

核一廠 用過核子燃料乾式貯存設施 運轉執照申請案

符合相關國際公約規定 之評估報告

中華民國114年4月

核一廠用過核子燃料乾式貯存設施之興建 「符合相關國際公約規定」之評估報告

目 錄

一、前言	1
二、相關國際公約規定	2
三、本設施「符合相關國際公約規定」之評估	2
四、評估結果	2
附件一、核一廠用過核子燃料乾式貯存設施興建案「符合相關國際公約-用過村	核燃
料管理安全及放射性廢料管理安全聯合公約規定」之條文適用性檢討	3
附件二、核一廠用過核子燃料乾式貯存設施興建案「符合相關國際公約-用過村	核燃
料管理安全及放射性廢料管理安全聯合公約規定」之評估	13

核一廠用過核子燃料乾式貯存設施之興建 「符合相關國際公約規定」之評估報告

一、前言

台灣電力公司(以下簡稱本公司)於96年3月2日依放射性物料管理法(以下簡稱物管法)第十七條規定,向核能安全委員會(由行政院原子能委員會 112年9月27日改制,以下簡稱核安會)提出「核一廠用過核子燃料乾式貯存設施」(以下簡稱本設施)建造執照申請,於97年12月3日取得建造執照。另於100年1月12日取得新北市政府核發之「水保施工許可」,101年8月進行貯存場混凝土澆置。

於 100 年 11 月 3 日依據「放射性物料管理法施行細則」(以下簡稱物管法施行細則)第二十六條之規定,提出試運轉許可申請,101 年 5 月 23 日取得試運轉許可。101 年 6 月、101 年 9 月,以及 101 年 11 月分三階段執行整體功能驗證,102 年 9 月 24 日獲核安會同意執行熱測試。

113年5月10日水土保持工程計畫第二次設計變更案經新北市政府審查通過,113年6月7日逕流廢水項目之設計變更圖面經新北市政府審查通過,113年10月15日「核能一廠用過核燃料中期貯存計畫」接獲新北市政府核發之水土保持完工證明書。

第一組與第二組護箱自用過核子燃料束裝填至國際原子能總署封緘作業完成時間,分別自 113 年 10 月 23 日至 11 月 13 日,及 113 年 11 月 25 日至 12 月 18 日。

依據物管法第十八條規定,放射性廢棄物處理、貯存或最終處置設施 興建完成後,非經主管機關核准,並發給運轉執照,不得正式運轉。運轉 執照之核發及換發,準用前條第一項之規定,即物管法第十七條第一項第 一款。故本公司依據前述規定提出「核一廠用過核子燃料乾式貯存設施之 興建「符合相關國際公約規定」之評估報告」,評估本設施之興建符合相關 國際公約之規定,作為主管機關核發運轉執照之依據。

二、相關國際公約規定

物管法第十七條第一項第一款所謂「符合相關國際公約之規定」,經檢 視適用本案之國際公約為聯合國國際原子能總署(IAEA)於 1997 年 9 月制 定,並於 2001 年 6 月生效之「用過核子燃料及放射性廢棄物管理安全聯合 公約」。該聯合公約分為7章,44條條文,其中第 1 章為目標、定義與適 用範圍;第 2 章為用過核子燃料管理之安全;第 3 章為放射性廢棄物管理 之安全;第 4 章為一般安全規定;第 5 章為其他規定;第 6 章為締約方會 議;第 7 章為最後條文和其他規定。我國「放射性物料管理法」將備供最 終處置之用過核子燃料,定義為高放射性廢棄物,至於聯合公約,則是泛 指所有之用過核子燃料。有關用過核子燃料與放射性廢棄物,則是由第 2 章與第 3 章分別專章管理。

三、本設施「符合相關國際公約規定」之評估

國際原子能總署「用過核子燃料管理安全及放射性廢棄物管理安全聯合公約」相關條文規定中,適用本設施之條文列表如附件一,經逐條檢核比對符合性之評估結果如附件二。

四、評估結果

本設施興建之用途及相關安全分析結果,經逐條檢核比對「用過核子燃料管理安全及放射性廢棄物管理安全聯合公約」之適用條文後,確認本設施 之興建符合相關國際公約之規定。 附件一、核一廠用過核子燃料乾式貯存設施興建案「符合相關國際公約-用過核燃料管理安全及放射性廢料管理安全聯合公約規定」之條文適用性檢討

用過核子燃料管理安全及放射性廢棄物管理安全聯合核一廠用過核子燃料乾式貯存設施興 建案-條文適用性檢討 公約 第1章 目標、定義及適用範圍 第1條 目標 適用。 本公約之目標為: (i) 經由加強本國措施和國際合作,包括情況合適時與 安全有關的技術合作,以在世界各國範圍內達到和 維持用過核子燃料和放射性廢棄物管理方面的高 安全水準; (ii) 在滿足當代人的需要和願望而又無損於後代滿足 其需要和願望的能力的前題下,確保在用過核子燃 料和放射性廢棄物管理的一切階段都有防止潛在 危害的有效防禦措施,以便在目前和將來保護個 人、社會和環境免受游離輻射的有害影響; (iii) 防止在用過核子燃料或放射性廢棄物管理的任何 階段有輻射後果的事故,發生時減輕事故後果。 第2條 定義 就本公約而言: (a) 「封閉」係指用過核燃料或放射性廢料在一處置設 不適用。 施中就位後的某個時候所有作業均告完成。這包括 使該設施達到長期安全的狀態所需的最後工程或 其他工作; (b) 「除役」係指使處置設施以外的核設施免於管制而 適用。 採取的所有步驟。這些步驟包括去污和拆除過程; |(c) 「排放」係指作為一種合法的做法,在管制機關核||不適用。 准的限值內,源於正常運轉的受管制核設施的液態 或氣態放射性物質有計畫和受控制地釋入入環境; (d) 「處置 係指將用過核燃料或放射性廢料置於合適 不適用。 的設施內並且不打算回取; (e) 「執照」係指管制機關頒發的關於進行任何用過核 適用。

用過核子燃料管理安全及放射性廢棄物管理安全聯合核一廠用過核子燃料乾式貯存設施興 公約 建案-條文適用性檢討

燃料或放射性廢料管理活動的任何授權書、許可書 或證明書;

- (f) 「核設施」係指以需要考慮安全的規範生產、加適用。 工、使用、裝卸、貯存或處置放射性物質的民用設 施及其有關土地、建築物和設備;
- (g) 「運轉壽期 |係指用過核燃料或放射性廢料管理設|適用。 施用於預定目的的期限。就一座處置設施而言,這 一期限從用過核燃料或放射性廢料首次放入該設 施開始,至該設施封閉時終止;
- |(h) 「放射性廢棄物」係指締約方或者其決定得到締約|不適用。本設施貯存者為用過核子燃 方認可的自然人或法人預期不做任何進一步利用 料,故第3章有關放射性廢棄物之條文 的而且管制機關根據締約方的立法和管制架構將不適用。 它作為放射性廢料進行控制的氣態、液態或固態放 射性物質;
- |(i) 「放射性廢料管理」係指與放射性廢料的裝卸、預||不適用。本設施貯存者為用過核子燃 處理、處理、整備、貯存或處置等有關的一切活動,料,故第3章有關放射性廢棄物之條文 包括除役活動,但不包括場外運輸。放射性廢料管 不適用。 理也涉及排放;
- 管理的任何設施或裝置,包括正在除役的核設施,料,故第3章有關放射性廢棄物之條文 條件是締約國將其指定為放射性廢料管理設施;
- (k) 「管制機關 」係指締約方授予監管用過核燃料或放 適用。 射性廢料管理安全的任何方面的法定權力,包括頒 發執照權力的一個機構或幾個機構;
- |(I) 「再處理 |係指旨在從用過核燃料中提取可進一步||不適用。 使用的放射性同位素的過程或作業;
- (m)「密封射源 係指永久密封在小盒內或受到嚴密約 東並呈固態的放射性物質,不包括反應器燃料元 不適用。 件;
- (n)「用過核燃料」係指在反應器爐心內受過照射並從 適用。 爐心永久卸出的核燃料;
- (o) 「用過核燃料管理」係指與用過核燃料的裝卸或貯適用。

|(j) 「放射性廢料管理設施 |係指主要用於放射性廢料||不適用。本設施貯存者為用過核子燃 不適用。

用過核子燃料管理安全及放射性廢棄物管理安全聯合核一廠用過核子燃料乾式貯存設施興 公約 建案-條文適用性檢討

存有關的一切活動,不包括場外運輸。用過核燃料 管理也可涉及排放;

- (p) 「用過核燃料管理設施」係指主要用於用過核燃料 適用。 管理的任何設施或裝置;
- (q)「抵達國」係指計畫的或正在進行的跨國界運輸將 不適用。 抵達的國家;
- (r) 「啟運國」係指計畫開始的或已開始的跨國界運輸 不適用。 從其出發的國家;
- (s) 「過境國 條指計畫的或正在進行的跨國界運輸通 不適用。 過其領土的除啟運國或抵達國以外的任何國家;
- (t) 「貯存」係指為回取將用過核燃料或放射性廢料存」適用。 放於具保護作用設施;
- (u) 「跨國界運輸」係指用過核燃料或放射性廢料從啟 不適用。 運國至抵達國的任何裝運。

第3條 適用範圍

- 本公約適用於民用核反應器運轉產生的用過核燃適用。 料的管理安全。作為再處理活動的一部份在處理設 施中保存的用過核燃料不包括在本公約的範圍之 內,除非締約方宣布再處理是用過核燃料管理的一 部份。
- 2. 本公約也適用於民間應用產生的放射性廢料的管 不適用。本設施貯存者為用過核子燃 理安全。但本公約不適用於僅含天然存在的放射性|料,故第3章有關放射性廢棄物之條文 物質和非源於核燃料之循環的廢料,除非它構成廢一不適用。 密封射源或被締約方宣布為適用本公約的放射性 廢料者。
- 本公約不適用於軍事或國防計畫範圍內的用過核
 不適用。本設施非屬軍事或國防計畫範 燃料或放射性廢料的管理安全,除非它被締約方宣圍內的用過核燃料。 布為適用本公約的用過核燃料或放射性廢料。但 是,如果軍事或國防計畫並在此類計畫範圍內管 理,則本公約適用於此類物質的管理安全。
- 4. 本公約還適用於在第 4、7、11、14、24 和 26 條 適用第 4、7、24 和 26 條中規定的排 中規定的排放。

放。

用過核子燃料管理安全及放射性廢棄物管理安全聯合	核一廠用過核子燃料乾式貯存設施興
公約	建案-條文適用性檢討
第2 章 用過核子燃料管理之安全	
第4條 一般安全要求	適用。
每個締約方應採取適當步驟,以確保在用過核子燃料	
管理的所有階段充分保護個人、社會和環境免受輻射	
危害。	
這樣做時,每一締約方應採取適當的步驟,以便:	
(i) 確保用過核子燃料管理期間的臨界問題和所產生	
的餘熱的排除問題得到妥善解決;	
(ii) 確保與用過核子燃料管理有關的放射性廢棄物的	
產生保持在與所採取的循環政策類型相一致的可	
實際達到的最少量;	
(iii) 考慮用過核子燃料管理的不同步驟之間的相互依	
賴關係;	
(iv) 在充分尊重國際認可的準則和標準的本國立法架	
構內,經由實施管制機關核准的國家層級的適當保	
護方法,對個人、社會和環境提供有效保護;	
(v) 考慮可能與用過核子燃料管理有關的生物學、化學	
和其他危害;	
(vi) 努力避免那些對後代產生的可能合理預計到影響	
大於對當代人允許的影響的行動;	
(vii)避免後代承受過度的負擔。	
第5條 已存在的設施	適用。
每一締約方應採取適當步驟,以審查在本公約對該締	
約方生效時已存在的任何用過核子燃料管理設施的安	
全性,並確保必要時進行一切合理可行的改進以提高	
此類設施的安全性。	

用過核子燃料管理安全及放射性廢棄物管理安全聯合核一廠用過核子燃料乾式貯存設施興 公約 建案-條文適用性檢討 第6條 擬議中設施的選址 適用。 每一締約方應採取適當步驟,以確保制定和執行針 對擬議中用過核子燃料管理設施的程序,以便: (i) 評估在此類設施運轉壽期內可能影響其安全的 與場址有關的一切有關因素; (ii) 評估此類設施對個人、社會和環境的安全可能 造成的影響; (iii) 向公眾成員提供此類設施的安全方面的資訊; |(iv)在鄰近此類設施的締約方可能受到此類設施影響 的情况下與其磋商,並在其要求時向其提供與此類 設施有關的一般性數據,使其能夠評估此類設施對 其領土的安全可能造成的影響。 2. 這樣做時,每一締約方應依照第4條的一般安全要 求採取適當步驟,以確保此類設施不因其場址的選 擇而對其他締約方產生不可接受的影響。 第7條 設施的設計和建造 適用。 每一締約方應採取適當步驟,以確保: (i) 用過核子燃料管理設施的設計和建造能提供合適 的措施,限制對個人、社會和環境的可能輻射影 響,包括排放或非受控釋放造成的輻射影響; (ii) 在設計階段就考慮用過核子燃料管理設施除役的 概念計畫並在必要時考慮有關的技術規範; |(iii) 設計和建造用過核子燃料管理設施時採用的技術 得到經驗、試驗或分析的支持。 第8條 設施安全評估 適用。 每一締約方應採取適當步驟,以確保: (i) 在用過核子燃料管理設施建造前進行系統的安全 評估及環境評估,此類評估應與該設施可能有的危 害相稱,並涵蓋其運轉壽期; (ii) 在用過核子燃料管理設施運轉前,當認為有必要補 充第(i)款提到的評估時,編寫此類安全評估和環境

評估的更新和詳細版本。

用過核子燃料管理安全及放射性廢棄物管理安全聯合	核一廠用過核子燃料乾式貯存設施興
公約	 建案-條文適用性檢討
第9條 設施的運轉	適用。
每一締約方應採取適當步驟,以確保:	
(i) 運轉用過核子燃料管理設施的執照基於第8 條中	
規定的相應的評估,並以完成證明已建成的設施符	
合設計要求和安全要求的運轉計畫為條件;	
(ii) 對於由試驗、運轉經驗和第8條中規定的評估導出	
的運轉限值和條件作出規定,並在必要時加以修	
訂;	
(iii) 按照已制定的程序進行用過核子燃料管理設施的	
運轉、維護、監測、檢查和試驗;	
(iv) 在用過核子燃料管理設施的整個運轉壽期內,可獲	
得一切安全有關的領域內的工程和技術支援;	
(v) 持照人及時向管制機關報告安全重要事件;	
(vi) 制定收集和分析有關運轉經驗的計畫並在情況合	
適時根據所得結果採取行動;	
(vii)利用用過核子燃料管理設施運轉壽期內獲得的資	
訊擬訂和必要時更新此類設施的除役計畫,並送管	
制機關審查。	
第 10 條 用過核子燃料的處置	不適用。本設施非屬處置設施。
如果締約方根據本國的立法和管制架構指定了處置用	
過核子燃料,則此類用過核子燃料的處置應按照第3	
章中與放射性廢棄物有關的義務進行。	
第3章 放射性廢棄物管理之安全	
第 11 條 一般安全要求	不適用。本設施貯存者為用過核子燃
第 12 條 已存在的設施和以往的措施	料,故第3章有關放射性廢棄物之條文
第 13 條 擬議中設施的選址	不適用。
第 14 條 設施的設計和建造	
第 15 條 設施的安全評估	
第 16 條 設施的運轉	
第 17 條 封閉後的監管措施	
第4章 一般安全規定	

用:	過核子燃料管理安全及放射性廢棄物管理安全聯合	核一廠用過核子燃料乾式貯存設施與
公	約	建案一條文適用性檢討
第	18 條 履約措施	適用。
每	一締約方應在本國的法律架構內採取為履行本公約	
規	定義務所必須的立法、管制和行政管理措施及其他	
步	驟。	
第	19條 立法和管制架構	適用。
1.	每一締約方應建立並維持一套管轄用過核子燃料	
	和放射性廢棄物管理安全的立法和管制架構。	
2.	這套立法和管制架構應包括:	
	(i) 制定可適用的本國安全要求和輻射安全法規;	
	(ii) 用過核子燃料和放射性廢棄物管理活動的執照	
	審核制度;	
	(iii) 禁止無照運轉用過核子燃料或放射性廢棄物管	
	理設施的制度;	
	(iv) 合適的制度化的管制、檢查及形成文件和提交	
	報告的制度;	
	(v) 強制執行可適用的法規和執照條款;	
	(vi) 明確劃分參與用過核子燃料和放射性廢棄物不	
	同階段管理的各機構的責任;	
3.	締約方在考慮是否把放射性物質作為放射性廢棄	
	物管制時應充分考慮本公約的目標。	
第	20 條 管制機關	適用。
1.	每一締約方應建立或指定一個管制機關,委託其執	
	行第19條提到的立法和管制架構,並授予履行其規	
	定責任所需的足夠的權力、能力和財力與人力。	
2.	每一締約方應依照其立法和管制架構採取適當步	
	驟,以確保在幾個組織同時參與用過核子燃料或放	
	射性廢棄物管理和控制的情況下管制權責有效獨	
	立於其他權責。	
第	21 條 持照人的責任	適用。
1.	每一締約方應確保用過核子燃料或放射性廢棄物	

用過核子燃料管理安全及放射性廢棄物管理安全聯合	核一廠用過核子燃料乾式貯存設施興
公約	建案一條文適用性檢討
管理安全的首要責任由有關持照人承擔,並應採耳	L
適當步驟確保每個持照人履行其責任。	
2. 如果無此種持照人或其他責任方,此種責任由對用	
過核子燃料或對放射性廢棄物有管轄權的締約方	-
承擔。	
第 22 條 人力與財力	
每一締約方應採取適當步驟,以確保:	
(i) 配備有在用過核子燃料和放射性廢棄物管理設施	5.適用。
運轉壽期內從事安全相關活動所需的合格人員;	
(ii) 有足夠的財力可用於支持用過核子燃料和放射性	三適用。
廢棄物管理設施在運轉壽期內及除役期間的安全	;
(iii) 作出財務規定,使得相應的監管措施和監測工作在	· 不適用。本設施非屬處置設施。
處置設施封閉後認為必要的時期內能夠繼續進行	
第 23 條 品質保證	適用。
每一締約方應採取必要步驟,以確保制定和執行相應	
的關於用過核子燃料和放射性廢棄物管理安全的品質	r
保證計畫。	
第 24 條 運轉輻射防護	適用。
1. 每一締約方應採取適當步驟,以確保在用過核子燃	Ę.
料或放射性廢棄物管理設施運轉壽命期內:	
(i) 由此類設施引起的對工作人員和公眾的輻射曝	
露在考慮到經濟和社會因素的條件下保持在可	-
合理達到的儘量低的水準;	
(ii) 任何個人在正常情況下受到的輻射劑量不超過	<u>b</u>
充分考慮到國際認可的輻射防護標準後制定的	
本國劑量限制規定;和	
(iii) 採取措施防止放射性物質非計畫和非控制的釋	24
入環境。	
2. 每一締約方應採取適當步驟,以確保排放受到限	
制,以便:	
(i) 在考慮到經濟和社會因素的條件下使輻射曝露	}
保持在可合理達到的儘量低的水準;和	

用過核子燃	料管理安全及放射性廢棄物管理安全聯合	核一廠用過核子燃料乾式貯存設施興
公約		建案-條文適用性檢討
(ii) 使任	何個人在正常情況下受到輻射劑量不超過	
充分	考慮到國際認可的輻射防護標準後制定的	
本國	劑量限制規定。	
3. 每一締約	內方應採取適當步驟,以確保在受監管核設	
施的運輸	專壽期內,一旦發生放射性物質非計畫或非	
控制的彩	睪入環境的情況,即採取合適的補救措施控	
制此種彩	睪放和減輕其影響。	
第 25 條 緊	急應變	適用。
1. 每一締約	的方應確保在用過核子燃料或放射性廢棄	
物管理言	设施運轉前和運轉期間有適當的場內和必	
要時的場	易外緊急應變計畫。此類緊急應變計畫應當	
以適當的	勺頻率進行演習。	
2. 在締約プ	方的領土可能受到附近的用過核子燃料或	
放射性原	廢棄物管理設施一旦發生輻射緊急情況的	
影響的情	青況下,該締約方應採取適當步驟,擬訂並	
演練適用	目於其領土內之緊急應變計畫。	
第 26 條 除		適用。
每一締約方	應採取適當步驟,以確保核設施除役的安	
全,此類步	驟應確保:	
(i) 配備有	合格人員和足夠的財力;	
(ii) 實施第2	4條中關於運轉輻射防護、排放及非計畫和	
非控制的	约釋放的規定;	
(iii) 實施第2	5條中關於緊急應變的規定;	
(iv) 關於除名	设重要資料的紀錄得到保存。	
第5章 其份	也規定	
第 27 條 跨	國境運輸	不適用。本設施並不涉及跨國界運輸與
第 28 條 廢	密封射源	廢密封射源。
第6章締約	约方會議	

用過核-	子燃料管理安全及放射性廢棄物管理安全聯合	核一廠用過核子燃料乾式貯存設施興
公約		建案一條文適用性檢討
第29條	籌備會議	不適用。我國非聯合公約締約國。
第30條	審議會議	
第31條	特別會議	
第32條	提交報告	
第33條	出席會議	
第34條	簡要報告	
第35條	語文	
第36條	保密	
第37條	秘書處	
第7 章	最後條文和其他規定	
第38條	分歧的解決	不適用。我國非聯合公約締約國。
第39條	簽署、批准、接受、核准和加入	
第40條	生效	
第41條	公約的修正	
第42條	退約	
第43條	保存人	
第44條	正式文本	

附件二、核一廠用過核子燃料乾式貯存設施興建案「符合相關國際公約-用過核燃 料管理安全及放射性廢料管理安全聯合公約規定」之評估

理安全聯合公約條文

用過核子燃料管理安全及放射性廢棄物管|核一廠用過核子燃料乾式貯存設施興建案符合公 約條文之評估

第1章 目標、定義及適用範圍

本章說明「用過核子燃料管理安全及放射性廢棄 物管理安全聯合公約」之目標、定義及適用範圍。

第1條 目標

本公約之目標為:

合適時與安全有關的技術合作,以在世界 各國範圍內達到和維持用過核子燃料和 放射性廢棄物管理方面的高安全水準;

|(i)經由加強本國措施和國際合作,包括情況|(i)用過核子燃料的管理為本公約的目標之一,我 國雖然不是此聯合公約之締約國,但是依據我 國物管法第十七條之規定,須遵循相關國際公 約之要求。核安會根據聯合國國際原子能總署 「用過核子燃料管理安全及放射性廢棄物管理 安全聯合公約 | 第6章第32條規定,已撰寫完 成台灣用過核子燃料及放射性廢棄物管理安全 國家報告,闡述台灣用過核子燃料及放射性廢 棄物管理安全之立法、管制和行政管理措施, 符合聯合公約的精神與要求,該國家報告已登 載於核安會網站網址:www.nusc.gov.tw,供民 眾閱覽。

> 依據核能安全委員網站之公開資訊,我國已和 多個核能先進國家建立實質穩定的互惠交流機 制,亦和國際原子能總署建立對核子保防業務 良好的溝通管道,並與歐洲重要國家核能機構 間就核能安全管制、放射性廢棄物管理及核能 技術發展議題進行高層及技術合作交流。每年 和美、日與國際原子能總署透過雙邊研討會的 舉辦,或高層與技術專家的互訪。例如台美 NRC-NSC 雙邊核能技術年度會議、台日核能安 全研討會、台美民用核能合作會議等。此外, 我國也與重要核能先進國家簽訂相關國際合作 計畫與協議,例如與美國簽訂「台美民用核能

用過核子燃料管理安全及放射性廢棄物管核一廠用過核子燃料乾式貯存設施興建案符合公 約條文之評估

> 合作協定(JSC) 」、「NSC-NRC 就核能管制與安全 進行技術資訊交流及合作協議」、「核子與輻射 事故應變暨緊急應變管理能力意向聲明書 (SOI) | 等,更有效維持我國在國際核能界的能 見度與暢通技術經驗回饋。

> 於乾貯作業部分,本公司長期參與美國電力研 究院(簡稱 EPRI)之 Used Fuel and High-Level Waste Management(用過核子燃料既高放射性 廢棄物)研究計畫,透過該計畫獲得相關技術文 獻,包括該計畫之其他乾貯設施經營者會員之 營運經驗、研究機構發布之報告等,並定期與 EPRI 專家進行技術交流研討會(WORKSHOP),以 及工作階層之交流獲取法規與技術相關資訊。 本次室外乾貯熱測試亦聘請 EPRI 專家擔任運貯 作業期間之第三方驗證顧問,確保運貯各作業 階段符合國際上品質標準。

- |(ii)本設施於設計時,於安全分析報告第 6 章第 6 節中,已針對各種正常運作、異常狀況與意外 事故進行安全評估,其正常運作、異常狀況與 意外事故之分析亦考慮滿足當代人需要和願望 及無損於後代人的需要與願望,經評估及其對 事件之應變處理措施,確認符合安全規定。本 設施運轉時,在用過核子燃料管理的一切作業 階段都有防止潛在危害的有效防禦措施,能保 護個人、社會和環境免受游離輻射的有害影響。 |(iii)本乾式貯存設施在設計階段,即依據場址特性
 - 與限制條件進行設計,使本設施不論在正常、 異常或意外狀況下,仍可確保放射性物質不會 釋出,且輻射影響不會超過法規限值(請參照本 設施安全分析報告第三章及第六章);在製造、 建造及運貯階段,將藉由完備的品保與品管系 統,管控本設施品質(請參照本設施安全分析報
- (ii)在滿足當代人的需要和願望而又無損於 後代滿足其需要和願望的能力的前題 下,確保在用過核子燃料和放射性廢棄物 管理的一切階段都有防止潛在危害的有 效防禦措施,以便在目前和將來保護個 人、社會和環境免受游離輻射的有害影 響;
- (iii)防止在用過核子燃料或放射性廢棄物管 理的任何階段有輻射後果的事故,發生時 減輕事故後果。

用過核子燃料管理安全及放射性廢棄物管核一廠用過核子燃料乾式貯存設施興建案符合公 約條文之評估

> 告第四章、第五章及第十章);在貯存階段,將 利用核一廠既有的管理組織架構,以儀器監測 或定期巡查方式,確保本設施之營運安全及輻 射安全(請參照本設施安全分析報告第五章、第 七章、第八章及第九章);若發生意外狀況時, 本設施安全分析報告第5章第2節中貯存期間 之檢視作業,載明將定期派員巡查本設施以確 保其營運安全,於發現異常情況時可及時反應 並採取緊急應變措施,以降低發生輻射事故的 後果。此外,在本設施安全分析報告第6章第 6 節亦摘述各項異常或意外狀況之應變措施, 以減輕事故發生後之輻射影響。

第2章 用過核子燃料管理之安全

本章説明用過核子燃料管理之安全要求。

第4條 一般安全要求

會和環境免受輻射危害。

這樣做時,每一締約方應採取適當的步驟, 以便:

每個締約方應採取適當步驟,以確保在用過|我國用過核子燃料的管理策略為「近程採廠內水 核子燃料管理的所有階段充分保護個人、社|池貯存、中程以廠內乾式貯存、長程推動最終處 置」。各階段的安全目標除須遵守輻射劑量低於 「放射性物料管理法」及「游離輻射防護法」相 關法規限值外,另須符合環評相關承諾事項對廠 界個人年有效劑量不超過 0.05 毫西弗。可以充分 保護個人、社會和環境免受輻射危害。為達此目 標,本公司將進行定期巡察、偵測、監測等步驟, 來確認符合法規規定。

和所產生的餘熱的排除問題得到妥善解 決;

|(i)確保用過核子燃料管理期間的臨界問題||(i)1.根據我國「用過核子燃料乾式貯存設施安全分 析報告導則 |第三章第一節第七小節第1項之 規定,設施內用過核子燃料不論在任何作業或 發生任何狀況,均能維持其次臨界狀態。因此 本設施之設計係參考美國核管會 10 CFR 72.124 與 10 CFR 72.236(c)的規定、以及 NUREG-1536 第六章之要求,確保在所有正常 狀況,異常事件與意外事故下,此系統之核臨 界分析結果 Keff 值不超過 0.95 的規定(請參照

用過核子燃料管理安全及放射性廢棄物管核一廠用過核子燃料乾式貯存設施興建案符合公 理安全聯合公約條文 約條文之評估

> 本設施安全分析報告第六章第一節(二)小節)。 2.本設施的熱傳評估,分析結果敘述於第6章第 3 節,混凝土護箱內貯存的密封鋼筒餘熱排 除,均利用空氣自然對流原理(被動式對流), 將用過核子燃料產生的餘熱,從密封鋼筒外側 靠空氣流動由下往上帶出。常溫空氣經混凝土 護箱底部之進氣口流入,而熱空氣則由護箱頂 部之出氣口流出,以移除密封鋼筒內的用過核 子燃料產生之熱能。採取保守的評估條件下, 混凝土護箱結構體之最高局部溫度為 71.9 ℃ (限值為 93.3°C),而表面最高平均溫度則為 63.2°C (限值為 65.5°C),均符合規定;燃料護 套最高溫度為 236.8℃, 低於 400℃ 的限值, 確認貯存期間之用過核子燃料能維持完整性。

- |(ii)確保與用過核子燃料管理有關的放射性|(ii)本設施密封鋼筒採用雙重銲接密封設計,於貯 廢棄物的產生保持在與所採取的循環政 策類型相一致的可實際達到的最少量;
 - 存期間幾乎不會產生廢棄物。至於貯存操作 時,由於採取分區管制及適當的作業設計與操 作,可減少放射性廢棄物產生量。貯存期間期 滿,需除役時,由於混凝土護箱本體及混凝土 基座皆與用過核子燃料隔離所以都沒有污染, 因此也不會產生放射性廢棄物。至於金屬密封 鋼筒內因貯放用過核子燃料,可能會有部分受 到污染,則可以經由去污清洗再利用,以減少 廢棄物產量。另安全分析報告第11章說明,本 貯存設施於設計時已經考慮除役時減廢之需 求,使放射性廢棄物產量達到減量效果。
- 的相互依賴關係;
- |(iii)考慮用過核子燃料管理的不同步驟之間|(iii)我國用過核子燃料的管理策略為「近程採廠內 水池貯存、中程以廠內乾式貯存、長程推動最 終處置」。本設施除為解決本公司核一廠用過核 子燃料池貯存容量不足的問題外,其設計亦兼 顧用過核子燃料再取出之安全與作業便利性, 以銜接中期貯存結束後之最終處置。

用過核子燃料管理安全及放射性廢棄物管核一廠用過核子燃料乾式貯存設施興建案符合公 約條文之評估

- 國立法架構內,經由實施管制機關核准 的國家層級的適當保護方法,對個人、 社會和環境提供有效保護;
- |(iv)在充分尊重國際認可的準則和標準的本||(iv)本設施採用 INER-HPS 貯存系統,係源自美國 NAC 公司設計之 UMS®貯存系統,證號為 72-1015,該系統符合美國核管會法令要求,亦 符合國際原子能總署(IAEA)所頒發之相關法令 指引及技術要求。

另,為符合國內特殊環境需求進行局部設計變 更,本設施必須經由核安會之核准方才實施, 確保對個人、社會和環境提供有效保護。

- |(v)考慮可能與用過核子燃料管理有關的生|(v)1.本設施密封鋼筒採用雙重銲接密封設計,設 物學、化學和其他危害;
 - 施材料考慮環境特性,採用不銹鋼材料,能 耐受環境條件,維持密封功能,因此貯存期 間並無放射性物質外釋情形。至於直接輻射 影響,已依據設計基準上限值進行嚴謹之假 設,以計算廠界個人年有效劑量(詳如安全分 析報告第6章第4節輻射屏蔽分析,當時係 針對舊廠界進行計算),且不超過0.05毫西弗 之設計要求(係為本公司於 84 年環評之承諾 值),並已符合我國法規限值要求(廠界年劑量 之法規限值為 0.25 毫西弗)。本設施 30 個貯 存護箱全部貯滿時,對最近廠界所造成的年 有效等效劑量為每年 0.0484 毫西弗,低於每 年 0.05 毫西弗的設計要求,不會危害週遭環 境之生物,也不會有化學危害。另依據新廠 界輻射劑量率之計算(本公司收購西南民家 後最新廠界變更為無名橋)結果,每年劑量降 為 0.0266 mSv,相比 0.05mSv 之設計要求已 有相當足夠之餘裕。因未來存放規劃不會超 過原設計之30箱,故安全分析報告無重新估 算之必要。
 - 2. 密封鋼筒僅在封銲前會與用過核子燃料池循 環水和除污水有短時間接觸,封銲後則用過 核子燃料是長時間置於惰性氣體中,可降低

受到化學作用之影響。 3.安全分析報告第 6 章第 5 節之密封分析,分析結果顯示護箱系統可提供長時間貯存用過核子燃料,能避免放射性物質外釋,因此可防範生物學、化學和其他危害。 (vi)努力避免那些對後代產生的可能合理預(vi)1.本設施之設計壽命為 50 年,密封鋼簡係採變重封鐸之密封邊界,其設計與製造規範嚴謹,材料選擇已考處環境耐受性,可長期安全附存用過核子燃料,而且台電公司也會在貯存期間持續進行環境輻射監測,可隨時掌握異常現象,並立即採取更正行動,以保障民眾與環境生態安全。 2.本設施亦分析評估在不符合力學原理(nonmechanistic)的假設性意外事故下,所造成混凝土護箱傾倒之意外事故,分析評估結果顯示,貯存設施遭遇上遠意外事故後,密封鋼簡依然能維持其結構完整性,無放射性物質資漏之處。 3.此外、本設施之假設,計算嚴界個人年有效劑量,已可滿蓋所有不準度,與經行結計算結果為0.0266 mSv,且不超過0.05 毫西弗之設計要求(係為本公司於 84 年環評之承諾值),並已符合我國法規限值要求。 4.本設施採取達續輻射監測系統,包括熱發光劑量計 (TLD) 及高壓游離腔 (HPIC),並定期執行環境取樣(草、上及水樣)與分析,可隨時掌握異常現象,並立即採取更正行動,以保障民眾與環境生態安全。 (vii)1.乾式貯存設施目前在國際間的技術已相當成熟,且有 20 年以上安全選轉經驗,並提		T
受到化學作用之影響。 3. 安全分析報告第 6 章第 5 節之密封分析,分析結果顯示護箱系統可提供長時間即存用過核子燃料,能避免放射性物質外釋,因此可防範生物學、化學和其他危害。 (vi) 3	用過核子燃料管理安全及放射性廢棄物管	核一廠用過核子燃料乾式貯存設施興建案符合公
3. 安全分析报告第 6 章第 5 節之密封分析,分析結果顯示護藉系統可提供長時間即存用過核子燃料,能避免放射性物質外釋,因此可防範生物學、化學和其他危害。 (vi) 努力避免那些對後代產生的可能合理預計到影響大於對當代人允許的影響的行動; 並	理安全聯合公約條文	約條文之評估
析結果顯示護箱系統可提供長時間貯存用過核子燃料,能避免放射性物質外釋,因此可防範生物學、化學和其他危害。 (vi)努力避免那些對後代產生的可能合理預(vi)1.本設施之設計壽命為50年,密封鋼筒係採雙重封銀之密封邊界,其設計與製造規範嚴謹,材料選擇已考慮環境耐受性,可長期安全貯存用過核子燃料,而且台電公司也會在貯存期間持續進行環境輻射監測,可隨時掌握異常現象,並立即採取更正行動,以保障民眾與環境生態安全。 2.本設施亦分析評估在不符合力學原理(nonmechanistic)的假設性意外事故下,所造成混凝土護箱傾倒之意外事故,分析評估結果顯示,貯存設施遭遇上遙意外事故後,密封鋼筒依然能維持其結構完整性,無放射性物質洩漏之廣。 3.此外,本設施之設計,已依據設計基準上限值進行嚴謹之假設,計算顧界個人年有效劑量,已可涵蓋所有不準度,經評估計算結果為0.0266mSv,且不超過0.05毫西弗之設計要求(係為本公司於84年環評之承諾值),並是符合我國法規限值要求。 4.本設施採取速續輻射監測系統,包括熱發光劑量計(TLD)及高壓游離腔(HPIC)、並定期執行環境取樣(草、土及水樣)與分析,可隨時掌提異常現象,並立即採取更正行動,以保障民眾與環境生態安全。 (vii)避免後代承受過度的負擔。 (vii)避免後代承受過度的負擔。		受到化學作用之影響。
核子燃料,能避免放射性物質外釋,因此可防範生物學、化學和其他危害。 (vi)努力避免那些對後代產生的可能合理預 (vi)1.本設施之設計壽命為50年,密封鋼筒係採變重封單之密封邊界,其設計與製造規範嚴謹,材料選擇已考慮環境耐受性,可見則會全所存期間持續進行環境輻射監測,可隨時掌握異常現象,並立即採取更正行動,以保障民眾與環境生態安全。 2.本設施亦分析評估在不符合力學原理(nonmechanistic)的假設性意外事故下,所造成混凝土護箱傾倒之意外事故,分析評估結果顯示,貯存設施遭遇上逃意外事故後,密封鋼筒依然能維持其結構完整性,無放射性物質洩漏之處。 3.此外,本設施之設計,已依據設計基準上限值進行嚴謹之假設,計算廠界個人年有效劑量,已可涵蓋所有不準度,經評估計算結果為0.0266mSv,且不超過0.05毫西弗之設計要求(係為本公司於84年環評之承諾值),並定符合我國法規限值要求。 4.本設施採取違續輻射監測系統,包括熱發光劑量計(TLD)及高壓游離腔(HPIC),並定期執行環境取樣(草、土及水樣)與分析,可隨時掌握異常現象,並立即採取更正行動,以保障民眾與環境生態安全。 (vii)避免後代承受過度的負擔。 (vii)避免後代承受過度的負擔。		3. 安全分析報告第6章第5節之密封分析,分
(vi)努力避免那些對後代產生的可能合理預 (vi)1.本設施之設計壽命為 50 年,密封鋼筒係採變 重封銲之密封邊界,其設計與製造規範嚴 重封銲之密封邊界,其設計與製造規範嚴 謹,材料選擇已考慮環境耐受性,可長期安全貯存用過核子燃料,而且台電公司也會在 貯存期間持續進行環境輻射監測,可隨時掌 握異常現象,並立即採取更正行動,以保障 民眾與環境生態安全。 2.本設施亦分析評估在不符合力學原理 (nonmechanistic)的假設性意外事故下,所造 成混凝土護籍傾倒之意外事故,分析評估結果顯示,貯存設施遭遇上逃意外事故後,密封鋼筒依然能維持其結構完整性,無放射性物質洩漏之虞。 3.此外,本設施之設計,已依據設計基準上限值進行嚴謹之假設,計算廢界個人年有效劑量,已可涵蓋所有不準度,經評估計算結果為 0.0266 mSv,且不超過 0.05 毫西弗之設計要求(係為本公司於 84 年環評之承諾值),並已符合我國法規限值要求。 4.本設施採取連續輻射監測系統,包括熱發光劑量計(TLD)及高壓游離腔 (HPIC),並定期執行環境取樣(草、土及水樣)與分析,可隨時掌握異常現象,並立即採取更正行動,以保障民眾與環境生態安全。 (vii)1.乾式貯存設施目前在國際間的技術已相當成熟,且有 20 年以上安全選轉經驗,並提		析結果顯示護箱系統可提供長時間貯存用過
(vi)努力避免那些對後代產生的可能合理預 (vi)1.本設施之設計壽命為 50 年、密封鋼筒係採雙 重封銲之密封邊界,其設計與製造規範嚴		核子燃料,能避免放射性物質外釋,因此可
計到影響大於對當代人允許的影響的行動; 重封銲之密封邊界,其設計與製造規範嚴謹,材料選擇已考慮環境耐受性,可長期安全貯存用過核子燃料,而且台電公司也會在貯存期間持續進行環境輻射監測,可隨時掌握異常現象,並立即採取更正行動,以保障民眾與環境生態安全。 2.本設施亦分析評估在不符合力學原理(nonmechanistic)的假設性意外事故下,所造成混凝土護箱傾倒之意外事故,分析評估結果顯示,貯存設施遭遇上述意外事故後,密封鋼筒依然能維持其結構完整性,無放射性物質洩漏之處。 3.此外,本設施之設計,已依據設計基準上限值進行嚴謹之假設,計算廠界個人年有效劑量,已可涵蓋所有不準度,經評估計算結果為0.0266 mSv,且不超過0.05 毫西弗之設計要求(係為本公司於84 年環評之承諾值),並受持合我國法規限值要求。 4.本設施採取連續輻射監測系統,包括熱發光劑量計(TLD)及高壓游離腔(HPIC),並定期執行環境取樣(草、土及水樣)與分析,可隨時掌握異常現象,並立即採取更正行動,以保障民眾與環境生態安全。 (vii)避免後代承受過度的負擔。 (vii)避免後代承受過度的負擔。		防範生物學、化學和其他危害。
董、材料選擇已考慮環境耐受性,可長期安全貯存用過核子燃料,而且台電公司也會在 貯存期間持續進行環境輻射監測,可隨時掌 握異常現象,並立即採取更正行動,以保障 民眾與環境生態安全。 2. 本設施亦分析評估在不符合力學原理 (nonmechanistic)的假設性意外事故下,所造 成混凝土護箱傾倒之意外事故,分析評估結 果顯示,貯存設施遭遇上述意外事故後,密 封鋼简依然能維持其結構完整性,無放射性 物質洩漏之虞。 3. 此外,本設施之設計,已依據設計基準上限 值進行嚴謹之假設,計算處界個人年有效劑 量,已可涵蓋所有不準度,經評估計算結果 為0.0266 mSv,且不超過0.05毫西弗之設計 要求(係為本公司於84年環評之承諾值),並 是符合我國法規限值要求。 4.本設施採取連續輻射監測系統,包括熱發光 劑量計(TLD)及高壓游離腔(HPIC),並定 期執行環境取樣(草、土及水樣)與分析, 可隨時掌握異常現象,並立即採取更正行 動,以保障民眾與環境生態安全。 (vii)]避免後代承受過度的負擔。 (vii)1.乾式貯存設施目前在國際間的技術已相當 成熟,且有20年以上安全運轉經驗,並提	(vi)努力避免那些對後代產生的可能合理預	(vi)1.本設施之設計壽命為50年,密封鋼筒係採雙
全貯存用過核子燃料,而且台電公司也會在 貯存期間持續進行環境輻射監測,可隨時掌 握異常現象,並立即採取更正行動,以保障 民眾與環境生態安全。 2. 本設施亦分析評估在不符合力學原理 (nonmechanistic)的假設性意外事故下,所造 成混凝土護箱傾倒之意外事故,分析評估結 果顯示,貯存設施遭遇上述意外事故後,密 封鋼筒依然能維持其結構完整性,無放射性 物質洩漏之處。 3. 此外,本設施之設計,已依據設計基準上限 值進行嚴謹之假設,計算廠界個人年有效劑 量,已可涵蓋所有不準度,經評估計算結果 為 0.0266 mSv,且不超過 0.05 毫西弗之設計 要求(係為本公司於 84 年環評之承諾值),並 是符合我國法規限值要求。 4.本設施採取連續輻射監測系統,包括熱發光 劑量計 (TLD) 及高壓游離腔 (HPIC),並定 期執行環境取樣(草、土及水樣)與分析, 可隨時掌握異常現象,並立即採取更正行 動,以保障民眾與環境生態安全。 (vii))避免後代承受過度的負擔。 (vii)1.乾式貯存設施目前在國際間的技術已相當 成熟,且有 20 年以上安全運轉經驗,並提	計到影響大於對當代人允許的影響的行	重封銲之密封邊界,其設計與製造規範嚴
貯存期間持續進行環境輻射監測,可隨時掌握異常現象,並立即採取更正行動,以保障民眾與環境生態安全。 2. 本設施亦分析評估在不符合力學原理(nonmechanistic)的假設性意外事故下,所造成混凝土護箱傾倒之意外事故,分析評估結果顯示,貯存設施遭遇上述意外事故後,密封鋼簡依然能維持其結構完整性,無放射性物質洩漏之處。 3. 此外,本設施之設計,已依據設計基準上限值進行嚴謹之假設,計算廠界個人年有效劑量,已可涵蓋所有不準度,經評估計算結果為0.0266 mSv,且不超過0.05毫西弗之設計要求(係為本公司於84年環評之承諾值),並已符合我國法規限值要求。 4.本設施採取達續輻射監測系統,包括熱發光劑量計(TLD)及高壓游離腔(HPIC),並定期執行環境取樣(草、土及水樣)與分析,可隨時掌握異常現象,並立即採取更正行動,以保障民眾與環境生態安全。 (vii)1.乾式貯存設施目前在國際間的技術已相當成熟,且有20年以上安全運轉經驗,並提	動;	謹,材料選擇已考慮環境耐受性,可長期安
2.本設施亦分析評估在不符合力學原理 (nonmechanistic)的假設性意外事故下,所造 成混凝土護箱傾倒之意外事故,分析評估結 果顯示,貯存設施遭遇上述意外事故後,密 封鋼筒依然能維持其結構完整性,無放射性 物質洩漏之虞。 3.此外,本設施之設計,已依據設計基準上限 值進行嚴謹之假設,計算廠界個人年有效劑 量,已可涵蓋所有不準度,經評估計算結果 為 0.0266 mSv,且不超過 0.05 毫西弗之設計 要求(係為本公司於 84 年環評之承諾值),並 已符合我國法規限值要求。 4.本設施採取連續輻射監測系統,包括熱發光 劑量計 (TLD) 及高壓游離腔 (HPIC),並定 期執行環境取樣 (草、土及水樣)與分析, 可隨時掌握異常現象,並立即採取更正行 動,以保障民眾與環境生態安全。 (vii)]遊免後代承受過度的負擔。 (vii)1.乾式貯存設施目前在國際間的技術已相當 成熟,且有 20 年以上安全運轉經驗,並提		全貯存用過核子燃料,而且台電公司也會在
民眾與環境生態安全。 2. 本 設施亦分析評估在不符合力學原理 (nonmechanistic)的假設性意外事故下,所造 成混凝土護箱傾倒之意外事故,分析評估結 果顯示,即存設施遭遇上述意外事故後,密 封鋼筒依然能維持其結構完整性,無放射性 物質洩漏之處。 3. 此外,本設施之設計,已依據設計基準上限 值進行嚴謹之假設,計算廠界個人年有效劑 量,已可涵蓋所有不準度,經評估計算結果 為 0.0266 mSv,且不超過 0.05 毫西弗之設計 要求(係為本公司於 84 年環評之承諾值),並 已符合我國法規限值要求。 4. 本設施採取連續輻射監測系統,包括熱發光 劑量計 (TLD) 及高壓游離腔 (HPIC),並定 期執行環境取樣(草、土及水樣)與分析, 可隨時掌握異常現象,並立即採取更正行 動,以保障民眾與環境生態安全。 (vii)1.乾式貯存設施目前在國際間的技術已相當 成熟,且有 20 年以上安全運轉經驗,並提		貯存期間持續進行環境輻射監測,可隨時掌
2.本設施亦分析評估在不符合力學原理 (nonmechanistic)的假設性意外事故下,所造 成混凝土護箱傾倒之意外事故,分析評估結 果顯示,貯存設施遭遇上述意外事故後,密 封鋼筒依然能維持其結構完整性,無放射性 物質洩漏之虞。 3.此外,本設施之設計,已依據設計基準上限 值進行嚴謹之假設,計算廠界個人年有效劑 量,已可涵蓋所有不準度,經評估計算結果 為 0.0266 mSv,且不超過 0.05 毫西弗之設計 要求(係為本公司於 84 年環評之承諾值),並 已符合我國法規限值要求。 4.本設施採取連續輻射監測系統,包括熱發光 劑量計 (TLD) 及高壓游離腔 (HPIC),並定 期執行環境取樣 (草、土及水樣)與分析, 可隨時掌握異常現象,並立即採取更正行 動,以保障民眾與環境生態安全。 (vii)]遊免後代承受過度的負擔。 (vii)1.乾式貯存設施目前在國際間的技術已相當 成熟,且有 20 年以上安全運轉經驗,並提		握異常現象,並立即採取更正行動,以保障
(nonmechanistic)的假設性意外事故下,所造成混凝土護箱傾倒之意外事故,分析評估結果顯示,貯存設施遭遇上述意外事故後,密封鋼筒依然能維持其結構完整性,無放射性物質洩漏之處。 3. 此外,本設施之設計,已依據設計基準上限值進行嚴謹之假設,計算廠界個人年有效劑量,已可涵蓋所有不準度,經評估計算結果為0.0266 mSv,且不超過0.05 毫西弗之設計要求(係為本公司於84 年環評之承諾值),並已符合我國法規限值要求。 4.本設施採取連續輻射監測系統,包括熱發光劑量計(TLD)及高壓游離腔(HPIC),並定期執行環境取樣(草、土及水樣)與分析,可隨時掌握異常現象,並立即採取更正行動,以保障民眾與環境生態安全。 (vii)1.乾式貯存設施目前在國際間的技術已相當成熟,且有20年以上安全運轉經驗,並提		民眾與環境生態安全。
成混凝土護箱傾倒之意外事故,分析評估結果顯示,貯存設施遭遇上述意外事故後,密封鋼筒依然能維持其結構完整性,無放射性物質洩漏之處。 3. 此外,本設施之設計,已依據設計基準上限值進行嚴謹之假設,計算廠界個人年有效劑量,已可涵蓋所有不準度,經評估計算結果為0.0266 mSv,且不超過0.05 毫西弗之設計要求(係為本公司於84 年環評之承諾值),並已符合我國法規限值要求。 4.本設施採取連續輻射監測系統,包括熱發光劑量計(TLD)及高壓游離腔(HPIC),並定期執行環境取樣(草、土及水樣)與分析,可隨時掌握異常現象,並立即採取更正行動,以保障民眾與環境生態安全。 (vii)避免後代承受過度的負擔。 (vii)1.乾式貯存設施目前在國際間的技術已相當成熟,且有20年以上安全運轉經驗,並提		2.本設施亦分析評估在不符合力學原理
果顯示,貯存設施遭遇上述意外事故後,密封鋼筒依然能維持其結構完整性,無放射性物質洩漏之虞。 3. 此外,本設施之設計,已依據設計基準上限值進行嚴謹之假設,計算廠界個人年有效劑量,已可涵蓋所有不準度,經評估計算結果為 0.0266 mSv,且不超過 0.05 毫西弗之設計要求(係為本公司於 84 年環評之承諾值),並已符合我國法規限值要求。 4.本設施採取連續輻射監測系統,包括熱發光劑量計(TLD)及高壓游離腔(HPIC),並定期執行環境取樣(草、土及水樣)與分析,可隨時掌握異常現象,並立即採取更正行動,以保障民眾與環境生態安全。 (vii)避免後代承受過度的負擔。 (vii)1.乾式貯存設施目前在國際間的技術已相當成熟,且有 20 年以上安全運轉經驗,並提		(nonmechanistic)的假設性意外事故下,所造
封鋼筒依然能維持其結構完整性,無放射性物質洩漏之虞。 3. 此外,本設施之設計,已依據設計基準上限值進行嚴謹之假設,計算廠界個人年有效劑量,已可涵蓋所有不準度,經評估計算結果為 0.0266 mSv,且不超過 0.05 毫西弗之設計要求(係為本公司於 84 年環評之承諾值),並已符合我國法規限值要求。 4.本設施採取連續輻射監測系統,包括熱發光劑量計(TLD)及高壓游離腔(HPIC),並定期執行環境取樣(草、土及水樣)與分析,可隨時掌握異常現象,並立即採取更正行動,以保障民眾與環境生態安全。 (vii)避免後代承受過度的負擔。 (vii)1.乾式貯存設施目前在國際間的技術已相當成熟,且有 20 年以上安全運轉經驗,並提		成混凝土護箱傾倒之意外事故,分析評估結
物質洩漏之虞。 3. 此外,本設施之設計,已依據設計基準上限值進行嚴謹之假設,計算廠界個人年有效劑量,已可涵蓋所有不準度,經評估計算結果為 0.0266 mSv,且不超過 0.05 毫西弗之設計要求(係為本公司於 84 年環評之承諾值),並已符合我國法規限值要求。 4. 本設施採取連續輻射監測系統,包括熱發光劑量計 (TLD) 及高壓游離腔 (HPIC),並定期執行環境取樣 (草、土及水樣)與分析,可隨時掌握異常現象,並立即採取更正行動,以保障民眾與環境生態安全。 (vii)避免後代承受過度的負擔。 (vii)1.乾式貯存設施目前在國際間的技術已相當成熟,且有 20 年以上安全運轉經驗,並提		果顯示,貯存設施遭遇上述意外事故後,密
3. 此外,本設施之設計,已依據設計基準上限值進行嚴謹之假設,計算廠界個人年有效劑量,已可涵蓋所有不準度,經評估計算結果為 0.0266 mSv,且不超過 0.05 毫西弗之設計要求(係為本公司於 84 年環評之承諾值),並已符合我國法規限值要求。 4.本設施採取連續輻射監測系統,包括熱發光劑量計(TLD)及高壓游離腔(HPIC),並定期執行環境取樣(草、土及水樣)與分析,可隨時掌握異常現象,並立即採取更正行動,以保障民眾與環境生態安全。 (vii)避免後代承受過度的負擔。 (vii)1.乾式貯存設施目前在國際間的技術已相當成熟,且有 20 年以上安全運轉經驗,並提		封鋼筒依然能維持其結構完整性,無放射性
值進行嚴謹之假設,計算廠界個人年有效劑量,已可涵蓋所有不準度,經評估計算結果為 0.0266 mSv,且不超過 0.05 毫西弗之設計要求(係為本公司於 84 年環評之承諾值),並已符合我國法規限值要求。 4.本設施採取連續輻射監測系統,包括熱發光劑量計 (TLD)及高壓游離腔 (HPIC),並定期執行環境取樣 (草、土及水樣)與分析,可隨時掌握異常現象,並立即採取更正行動,以保障民眾與環境生態安全。 (vii)避免後代承受過度的負擔。 (vii)1.乾式貯存設施目前在國際間的技術已相當成熟,且有 20 年以上安全運轉經驗,並提		物質洩漏之虞。
量,已可涵蓋所有不準度,經評估計算結果為 0.0266 mSv,且不超過 0.05 毫西弗之設計要求(係為本公司於 84 年環評之承諾值),並已符合我國法規限值要求。 4.本設施採取連續輻射監測系統,包括熱發光劑量計 (TLD)及高壓游離腔 (HPIC),並定期執行環境取樣 (草、土及水樣)與分析,可隨時掌握異常現象,並立即採取更正行動,以保障民眾與環境生態安全。 (vii)避免後代承受過度的負擔。 (vii)1.乾式貯存設施目前在國際間的技術已相當成熟,且有 20 年以上安全運轉經驗,並提		3. 此外,本設施之設計,已依據設計基準上限
為 0.0266 mSv,且不超過 0.05 毫西弗之設計要求(係為本公司於 84 年環評之承諾值),並已符合我國法規限值要求。 4.本設施採取連續輻射監測系統,包括熱發光劑量計 (TLD)及高壓游離腔 (HPIC),並定期執行環境取樣 (草、土及水樣)與分析,可隨時掌握異常現象,並立即採取更正行動,以保障民眾與環境生態安全。 (vii)避免後代承受過度的負擔。 (vii)1.乾式貯存設施目前在國際間的技術已相當成熟,且有 20 年以上安全運轉經驗,並提		值進行嚴謹之假設,計算廠界個人年有效劑
要求(係為本公司於 84 年環評之承諾值),並已符合我國法規限值要求。 4.本設施採取連續輻射監測系統,包括熱發光劑量計(TLD)及高壓游離腔(HPIC),並定期執行環境取樣(草、土及水樣)與分析,可隨時掌握異常現象,並立即採取更正行動,以保障民眾與環境生態安全。 (vii)避免後代承受過度的負擔。 (vii)1.乾式貯存設施目前在國際間的技術已相當成熟,且有 20 年以上安全運轉經驗,並提		量,已可涵蓋所有不準度,經評估計算結果
已符合我國法規限值要求。 4.本設施採取連續輻射監測系統,包括熱發光劑量計 (TLD) 及高壓游離腔 (HPIC),並定期執行環境取樣 (草、土及水樣)與分析,可隨時掌握異常現象,並立即採取更正行動,以保障民眾與環境生態安全。 (vii)避免後代承受過度的負擔。 (vii)1.乾式貯存設施目前在國際間的技術已相當成熟,且有20年以上安全運轉經驗,並提		為 0.0266 mSv,且不超過 0.05 毫西弗之設計
4.本設施採取連續輻射監測系統,包括熱發光劑量計 (TLD)及高壓游離腔 (HPIC),並定期執行環境取樣 (草、土及水樣)與分析,可隨時掌握異常現象,並立即採取更正行動,以保障民眾與環境生態安全。 (vii)避免後代承受過度的負擔。 (vii)1.乾式貯存設施目前在國際間的技術已相當成熟,且有20年以上安全運轉經驗,並提		要求(係為本公司於84年環評之承諾值),並
劑量計 (TLD) 及高壓游離腔 (HPIC),並定期執行環境取樣 (草、土及水樣)與分析,可隨時掌握異常現象,並立即採取更正行動,以保障民眾與環境生態安全。 (vii)避免後代承受過度的負擔。 (vii)1.乾式貯存設施目前在國際間的技術已相當成熟,且有20年以上安全運轉經驗,並提		已符合我國法規限值要求。
期執行環境取樣 (草、土及水樣)與分析,可隨時掌握異常現象,並立即採取更正行動,以保障民眾與環境生態安全。 (vii)避免後代承受過度的負擔。 (vii)1.乾式貯存設施目前在國際間的技術已相當成熟,且有20年以上安全運轉經驗,並提		4.本設施採取連續輻射監測系統,包括熱發光
可隨時掌握異常現象,並立即採取更正行動,以保障民眾與環境生態安全。 (vii)避免後代承受過度的負擔。 (vii)1.乾式貯存設施目前在國際間的技術已相當成熟,且有20年以上安全運轉經驗,並提		劑量計 (TLD) 及高壓游離腔 (HPIC),並定
動,以保障民眾與環境生態安全。 (vii)避免後代承受過度的負擔。 (vii)1.乾式貯存設施目前在國際間的技術已相當 成熟,且有 20 年以上安全運轉經驗,並提		期執行環境取樣(草、土及水樣)與分析,
(vii)避免後代承受過度的負擔。 (vii)1.乾式貯存設施目前在國際間的技術已相當成熟,且有 20 年以上安全運轉經驗,並提		可隨時掌握異常現象,並立即採取更正行
成熟,且有 20 年以上安全運轉經驗,並提		動,以保障民眾與環境生態安全。
	(vii)避免後代承受過度的負擔。	(vii)1.乾式貯存設施目前在國際間的技術已相當
世用 過核子 燃料 再取 虫 至 最 终 虚 署 的 可 能		成熟,且有 20 年以上安全運轉經驗,並提
		供用過核子燃料再取出至最終處置的可能

用過核子燃料管理安全及放射性廢棄物管 核一廠用過核子燃料乾式貯存設施興建案符合公理安全聯合公約條文 約條文之評估

性,即這一代人業已開發相關技術,興建及 運轉乾式貯存設施之能力。

台電公司於民國 75 年 4 月奉行政院核准成立後端營運基金,本案費用係由後端營運基金所支付。該後端營運基金自 88 會計年度 預算起改制為經濟部主管之非營業基金,東 名為「核能發電後端營運基金」,並設核能後端營運基金管理會,由經濟部就有關機關(構)、團體代表、學者、專家聘兼之。基金各年度之預算亦均經由立法院審議;決算由審計部審定,並向立法院報告,接受監督,使基金之收支保管及運用更為公開透明,因此針對該基金亦有充分的規劃與管控。

2.有關用過核子燃料之管理與最終處置,台電 公司係依循「用過核子燃料管理安全與放射 性廢棄物管理安全」聯合公約之國家報告第 七.7 節之說明,「在用過核子燃料池先作短 期之貯存、在廠內乾式貯存設施續作中期之 貯存、及最後在深層地質最終處置場作長期 之最終處置」,而所有前述活動所需之費用 已包含於每度核能發電中提撥一定比例之 金額在核能發電後端營運基金。目前台電公 司根據「放射性物料管理法」及「放射性物 料管理法施行細則 | 之規定,提交用過核子 燃料最終處置計畫予核能安全委員會審查 核准,台電公司即根據該計畫及其相關之時 間表進行最終處置之工作,並於每年之2月 及 12 月底,分別提交上年度之執行成果及 下年度之工作規劃給核能安全委員會。而前 述之處置計畫須每 4 年修正,其修正原因 及修正措施均須特別說明,並且在核准之 後,此修正過之計畫須被執行。該計畫時程

用過核子燃料管理安全及放射性廢棄物管核一廠用過核子燃料乾式貯存設施興建案符合公 理安全聯合公約條文 約條文之評估 預計在 2055 年後建造完成深層地質最終處

置場。

3.本設施其設計壽命 50 年,並非最終處置設 施,運轉期間將依法進行管理,因此並不需 依賴長期監管或後代子孫採取必要的安全 活動。本設施於運轉時,將會建立用過核子 燃料貯存之相關基本資料,可供將來處置場 使用。

第5條 已存在的設施

行一切合理可行的改進以提高此類設施的|存安全受到核安會嚴格之安全管制。 安全性。

每一締約方應採取適當步驟,以審查在本公本公司核一廠自民國 67 年底運轉發電迄今,用過 約對該締約方生效時已存在的任何用過核|核子燃料均貯存在燃料廠房內之用過核子燃料池 子燃料管理設施的安全性,並確保必要時進內,併同核能電廠之營運,用過核子燃料池之貯

第6條 擬議中設施的選址

- 1.每一締約方應採取適當步驟,以確保制定 和執行針對擬議中用過核子燃料管理設 施的程序,以便:
 - 其安全的與場址有關的一切有關因素;
 - (i)評估在此類設施運轉壽期內可能影響|(i)本設施安全分析報告第5章設施運轉第1節為 作業設計,另第2章及第6章中,分別針對活 動斷層、地震、海嘯及其他可能影響設施安全 之場址因素,進行評估並提出將採取之因應措 施,使貯存設施之安全性能獲得保障。
 - (ii)評估此類設施對個人、社會和環境的安|(ii)1.本設施的設計,其輻射劑量限值為 0.05 毫西 全可能造成的影響;
 - 弗,是一般人的年劑量限度的 1/20,且符合 我國放射性物料管理法對核子反應器設施內 貯存設施之標準。貯存設施並將設置兩道圍 籬,以防止人為入侵破壞。另外乾式貯存護 箱的設計必須能將放射性物質侷限在密封鋼 **筒內,維持次臨界狀態,於任何狀態下可安** 全再取出用過核子燃料。
 - 2.本設施之安全分析報告,需經由核安會審

用過核子燃料管理安全及放射性廢棄物管	核一廠用過核子燃料乾式貯存設施興建案符合公
理安全聯合公約條文	約條文之評估
	查,確認可保障公眾之健康與安全,且對環
	境生態之影響合於相關法令規定後,才會作
	成准駁興建之決定。未來設施興建完成後,
	仍須由核安會審查確認符合安全規定後,才
	會核准運轉。
(iii)向公眾成員提供此類設施的安全方面的	(iii)1.本公司為順利推動本設施興建計畫並了解當
資訊;	地居民對於本計畫之意向,將在場址當地及
	鄰近行政區辦理宣導溝通活動及說明會。本
	公司已於網站(https://nbmi.taipower.com.tw/
	dry-cask-storage/6/)公布『核一廠乾式貯存監
	測系統』即時監測資訊,包含溫度與輻射之
	即時監測結果。
	2.核安會於受理本申請案後,已依法辦理公告
	展示、徵詢各界意見,並辦理聽證。所有申
	請案相關資料未來將登載於核安會專屬網
	頁。
	3.核安會作成本申請案審查結論後,已將相關
	審查結論、安全審查報告等公開上網。未來
	本設施運轉時,核安會亦會將相關管制資訊
	上網公開。
(iv)1.在鄰近此類設施的締約方可能受到此	(iv)1.本設施位於核一廠廠區內,台灣地理位置屬
類設施影響的情況下與其磋商,並在其	海島國家,並無交界之鄰國。
要求時向其提供與此類設施有關的一般	2.本設施相關的資訊未來將公開登載於核安會
性數據,使其能夠評估此類設施對其領	網站,未來運轉作業時亦會將管制資訊公開
土的安全可能造成的影響。	登載於核安會網站,可供關心團體或鄰近國
	家評估對安全可能造成的影響。
2.這樣做時,每一締約方應依照第4條的一	2.本設施位於核一廠廠區內,台灣地理位置屬海
般安全要求採取適當步驟,以確保此類設	島國家,並無交界之鄰國。本設施相關的資訊未
施不因其場址的選擇而對其他締約方產	來將公開登載於核安會網站,未來運轉作業時亦
生不可接受的影響。	會將管制資訊公開登載於核安會網站,可供關心
	團體或鄰近國家評估對安全可能造成的影響。
第7條 設施的設計和建造	

用過核子燃料管理安全及放射性廢棄物管核一廠用過核子燃料乾式貯存設施興建案符合公 約條文之評估

每一締約方應採取適當步驟,以確保:

- 提供合適的措施,限制對個人、社會和環 境的可能輻射影響,包括排放或非受控釋 放造成的輻射影響;
- |(i)用過核子燃料管理設施的設計和建造能|(i)1.本設施參照美國對於異常事件發生機率之評 估方法, 並參考美國 NUREG-1567 之建議分析 項目,執行貯存設施在運貯時的異常及意外 狀況分析,包括護箱傾倒、洪氾、火災、雷 擊、地震、絕熱升溫、意外壓力、飛機撞擊、 颱風及其拋射物、場址附近爆炸意外事件等 共 13 項;其中除飛機撞擊採取機率之評估 外,其餘項目,均針對發生該意外後對貯存 設施安全影響進行分析,分析結果顯示貯存 設施足以承受意外事故,不會有安全之疑慮。
 - 2.本設施為防護工作人員和民眾免受放射性污 染和降低輻射暴露,已針對設施與貯存系統 之裝載、傳送和貯存期間,進行輻射屏蔽設 計與評估,其評估結果如安全分析報告第6.4 章節內容,本設施與貯存系統對最近廠界之 年劑量已低於設計要求(設計要求為每年 0.05 毫西弗,本設施經評估計算對廠界造成劑量 為每年 0.0266 毫西弗), 並符合我國法規限值 (廠界年劑量之法規限值為 0.25 毫西弗)。
- 施除役的概念計畫並在必要時考慮有關 的技術要求;
- (ii)在設計階段就考慮用過核子燃料管理設 (ii)1.本設施於設計階段已考量未來除役作業需 求,提出除役初步規劃載明於安全分析報告 第11章。
 - 2.依照 SAR 11 章除役初步規劃內容,已有承諾 於本設施決定除役前,將依照物管法要求提 出本設施永久停止運轉之申請,擬訂除役計 畫,報請主管機關核准後實施。除役計畫應 載明事項亦依據物管法相關規定制定。
- 用的技術得到經驗、試驗或分析的支持。
- |(iii)設計和建造用過核子燃料管理設施時採|(iii)1.本設施設計時已針對場址、臨界、結構、熱 傳、輻射與屏蔽、密封、異常與意外事故進 行分析,相關分析項目及結果詳述於安全分 析報告第6章。

用過核子燃料管理安全及放射性廢棄物管核一廠用過核子燃料乾式貯存設施興建案符合公 理安全聯合公約條文

約條文之評估

- 2.上述分析方法與工具,均已獲得國外管制機 關審查核准,並有實績,未來並將依據實 際興建結果數據進行比對,以確認分析工 具之精確度。
- 3.本設施營運時亦將可獲得國內、外之相關資 訊與必要的技術支援。
- 4. 本設施工程範圍包含乾式貯存場混凝土地 坪(長約86 m, 寬約35 m)及配合工程施工 所需之排水系統、鍍鋅透空內、外圍籬、 現有崗哨改建、機電(高低壓管線設備)、弱 電儀控(含:環境輻射監測系統、閉路監視 系統、紅外線及壓力感應式入侵警報系 統、護箱溫度偵測系統、電動拉門及光纖 通訊系統等)相關設施。為確保建造品質, 施工前之材料驗證、建造期間之試驗及尺 寸檢驗等,皆需逐項檢查。

第8條 設施安全評估

每一締約方應採取適當步驟,以確保:

|(i)在用過核子燃料管理設施建造前進行系||(i)1.本設施之設計除依據我國相關法規外,並參考 統的安全評估及環境評估,此類評估應與 該設施可能有的危害相稱,並涵蓋其運轉 壽期;

- 美國核管會 10 CFR 72 的相關規定、以及 NUREG-1536 之要求,確保本設施在所有正常 運作、異常狀況與意外事故下,均能滿足前述 法規與規定之要求(請參照本設施安全分析報 告第三章第一節)。
- 2.本設施於建造前,已就興建及 50 年之運轉, 依場址特性,針對臨界、結構、熱傳、輻射與 屏蔽、密封、異常與意外事故等進行安全評估 及環境評估,結果符合我國相關法規限值,亦 符合美國核管會 10 CFR 72 的相關規定、以及 NUREG-1536 之要求。

為有必要補充第(i)款提到的評估時,編寫

(ii)在用過核子燃料管理設施運轉前,當認|(ii)依物管法第十八條與該法施行細則第二十六條 規定,本設施於建成後,必須申請運轉執照,

用過核子燃料管理安全及放射性廢棄物管核一廠用過核子燃料乾式貯存設施興建案符合公 理安全聯合公約條文 約條文之評估 此類安全評估和環境評估的更新和詳細 本公司將先完成試運轉後,檢附最新版之安全 版本。 分析報告等資料,經核安會審查核准後,才能

取得運轉執照。

第9條 設施的運轉

每一締約方應採取適當步驟,以確保:

- 第8條中規定的相應的評估,並以完成證 明已建成的設施符合設計要求和安全要 求的運轉計畫為條件;
- [i]運轉用過核子燃料管理設施的執照基於|[i]依物管法第十八條規定,本設施於建成後,必 須申請運轉執照,本公司將先完成試運轉後, 檢附最新版之安全分析報告等資料,證明已建 成的設施符合設計要求和安全要求,經核安會 審查核准後,才能取得運轉執照。
- 的評估導出的運轉限值和條件作出規 定,並在必要時加以修訂;
- (ii)對於由試驗、運轉經驗和第 8 條中規定|(ii)1.本設施之運轉限值和條件,已載明於安全分 析報告第5章設施運轉計畫,未來運轉時, 並應依實際狀況加以修訂,經核准後實施。
 - 2.本公司申請本設施運轉執照時,將檢附設施 運轉技術規範,經核安會審查核准後,才能 取得運轉執照。
 - 3.本設施運轉期間,核安會將定期或不定期派 員檢查。另外,本公司將依「放射性廢棄物」 處理貯存及其設施安全管理規則 | 規定,每 10 年提出貯存設施再評估報告送審。核安會 將視檢查及再評估結果,要求本公司檢討修 正其運轉技術規範,經審查核准後,作為後 續設施運轉之依循。
- 理設施的運轉、維護、監測、檢查和試驗;
- |(iii)按照已制定的程序進行用過核子燃料管|(iii)有關本設施運轉、維護、監測、檢查及試驗等 相關作業之程序書,本公司將於試運轉前完 成,始得進行試運轉,本公司於取得運轉執照 後,據以執行設施的運轉、維護、監測、檢查 和試驗,並依法令規定提送相關報告供主管機 關審查核定。
- 期內,可獲得一切安全有關的領域內的工 程和技術支援;
- |(iv)在用過核子燃料管理設施的整個運轉壽|(iv)本設施位於核一廠內,藉由核一廠 40 年的運 轉經驗及已建置的工程與技術能力,可以充分 支援本設施之興建與運轉需求。本設施採用

用過核子燃料管理安全及放射性廢棄物管核一廠用過核子燃料乾式貯存設施興建案符 理安全聯合公約條文	設計 得該 本運
INER-HPS 貯存系統,係源自美國 NAC 公司之 UMS®貯存系統,亦可藉由技術交流取公司相關技術與資訊支援。 (v)持照人及時向管制機關報告安全重要事 (v)依物管法第二十條規定,本設施運轉期間公司將定期或即時向核安會提出有關設轉、輻射防護、環境輻射監測、異常或緊件等相關之報告。 (vi)制定收集和分析有關運轉經驗的計畫並在情況合適時根據所得結果採取行動; (vi)本設施運轉期間,本公司將依「放射性廢產理別分類,在情況合適時根據所得結果採取行動;	得該 , 本 運
之 UMS®貯存系統,亦可藉由技術交流取公司相關技術與資訊支援。 (v)持照人及時向管制機關報告安全重要事 (v)依物管法第二十條規定,本設施運轉期間	得該 , 本 運
公司相關技術與資訊支援。 (v)持照人及時向管制機關報告安全重要事 (v)依物管法第二十條規定,本設施運轉期間 公司將定期或即時向核安會提出有關設 轉、輻射防護、環境輻射監測、異常或緊 件等相關之報告。 (vi)制定收集和分析有關運轉經驗的計畫並 (vi)本設施運轉期間,本公司將依「放射性廢 在情況合適時根據所得結果採取行動; 處理貯存及其設施安全管理規則」規定,在	, 施 運
(v)持照人及時向管制機關報告安全重要事 (v)依物管法第二十條規定,本設施運轉期間 公司將定期或即時向核安會提出有關設 轉、輻射防護、環境輻射監測、異常或緊 件等相關之報告。 (vi)制定收集和分析有關運轉經驗的計畫並 在情況合適時根據所得結果採取行動; 處理貯存及其設施安全管理規則」規定,在	施運
件; 公司將定期或即時向核安會提出有關設轉、輻射防護、環境輻射監測、異常或緊轉、輻射防護、環境輻射監測、異常或緊件等相關之報告。 (vi)制定收集和分析有關運轉經驗的計畫並 (vi)本設施運轉期間,本公司將依「放射性廢在情況合適時根據所得結果採取行動; 處理貯存及其設施安全管理規則」規定,在	施運
轉、輻射防護、環境輻射監測、異常或緊件等相關之報告。 (vi)制定收集和分析有關運轉經驗的計畫並 (vi)本設施運轉期間,本公司將依「放射性廢在情況合適時根據所得結果採取行動; 處理貯存及其設施安全管理規則」規定,在	
件等相關之報告。 (vi)制定收集和分析有關運轉經驗的計畫並 (vi)本設施運轉期間,本公司將依「放射性廢在情況合適時根據所得結果採取行動; 處理貯存及其設施安全管理規則」規定,在	急事
(vi)制定收集和分析有關運轉經驗的計畫並 (vi)本設施運轉期間,本公司將依「放射性廢在情況合適時根據所得結果採取行動; 處理貯存及其設施安全管理規則」規定,在	
在情況合適時根據所得結果採取行動; 處理貯存及其設施安全管理規則」規定,	
	棄物
年提出再評估報告送審。核安會將依審	争 10
	查結
果,要求本公司檢討修正相關運轉規範,	作為
後續設施運轉之依循。	
(vii)利用用過核子燃料管理設施運轉壽期 (vii)依據物管法第二十三條規定,本設施永久	停止
內獲得的資訊擬訂和必要時更新此類設 運轉前,本公司將提報除役計畫經核安會	核准
施的除役計畫,並送管制機關審查。 後實施,除役計畫將會依本設施運轉壽期	內獲
得的資訊擬訂。	
第 4 章 一般安全規定 本章條文規範用過核子燃料及放射性廢棄物	管理
安全的一般安全規定。	
第 18 條 履約措施	
每一締約方應在本國的法律架構內採取為1.我國雖然不是此聯合公約之締約國,但爲	符合
履行本公約規定義務所必須的立法、管制和 相關國際公約規定,已在我國物管法第十	七條
行政管理措施及其他步驟。 中明定放射性廢棄物相關設施之興建,須	符合
國際公約。	
2.我國立法及管制架構分成三階,第一階為法	
律,需經過立法院三讀通過且咨請總統公	
施行;第二階為法規命令,如施行細則、 規則或辦法等;第三階為行政規則如導則	
加州或州公寺, 第二個湖行政, 例如 等列	
之執行。以用過核子燃料乾式貯存設施而	-
其所依循之法規包括「放射性物料管理法	
	-
「放射性物料管理法施行細則」、「放射性	生廢
	生廢

用過核子燃料管理安全及放射性廢棄物管|核一廠用過核子燃料乾式貯存設施興建案符合公 理安全聯合公約條文 約條文之評估 貯存設施安全分析報告導則 | 等。其他法規例 如「游離輻射防護法」、「游離輻射防護安全 標準」...等,亦有相關規定適用於本設施。同 時,「放射性物料管理法」第2條指定核能安 全委員會作為主管機關,管理本設施之設計、 申請建造執照、建造、運轉及除役等事宜。 核能安全委員會已依本公約第6章第32條規 定,撰寫完成我國用過核子燃料及放射性廢棄 物管理安全國家報告,於該報告第五章詳細敘 明台灣用過核子燃料管理安全之處理、貯存和 處置所必須的立法、管制和行政管理措施,以 符合本聯合公約的精神與要求。 第19條 立法和管制架構 1.每一締約方應建立並維持一套管轄用過|1.(1)為保障公眾健康及維護環境生態品質,核安 核子燃料和放射性廢棄物管理安全的立 會已建構整體的管制法規,包括放射性物料 法和管制架構。 管理法及其施行細則、放射性廢棄物處理貯 存最終處置設施建造執照申請審核辦法、申 請設置用過核子燃料乾式貯存設施安全分析 報告導則、核子保防作業辦法等。此外,核 安會亦參考美國聯邦法規 10 CFR72 及美國核 管會相關審查規範及技術導則,作為安全管 制的依據,形成綿密的法規體系。 (2)物管法已於91年12月25日公布施行,核安 會並依該法訂定相關法規命令,已建立一套 用過核子燃料和放射性廢棄物管理安全的法 規體系與完整的管制架構。 2.這套立法和管制架構應包括: |(i)制定可適用的本國安全要求和輻射安全|(i)本設施的安全要求已明訂於物管法與其相關子 法規; 法,有關輻射安全之要求,則明定於游離輻射 防護法及其相關子法。 |(ii)用過核子燃料和放射性廢棄物管理活動|(ii)1.依物管法第十七條及第十八條規定,核安會

對本設施之管制,分為建造與運轉執照兩階

段核照審查程序。

的執照審核制度;

用過核子燃料管理安全及放射性廢棄物管|核一廠用過核子燃料乾式貯存設施興建案符合公 理安全聯合公約條文 約條文之評估 2.本設施興建、運轉期間,核安會依物管法第 二十二條規定,得隨時派員檢查,並要求本 公司檢送相關資料。發現有不合規定或有危 害公眾健康、安全或環境生態之虞者,得令 限期改善或採行其他必要措施。未於期限內 改善或情節重大者,核安會得命停止興建、 運轉或廢止其執照。 |(iii)禁止無照運轉用過核子燃料或放射性廢|(iii)核安會嚴禁無照運轉用過核子燃料或放射性 棄物管理設施的制度; 廢棄物管理設施。於法令中對無照運轉用過核 子燃料設施訂有嚴格的罰則,依物管法第三十 二條規定,違反者處三年以下有期徒刑、拘役 或科或併科新臺幣三百萬元以下罰金。 (iv)合適的制度化的管制、檢查及形成文件 (iv)核安會對於本設施的管制與檢查,依物管法第 和提交報告的制度; 十九條至二十二條規定,於興建或運轉期間, 得隨時派員檢查,並要求本公司提出相關報 (v)核安會依「物管法」第十七條及第十八條規定: (v)強制執行可適用的法規和執照條款; 對本設施之興建及運轉分二階段執照審核,而 且依據「物管法」,訂定「放射性物料管理法 施行細則」、「放射性廢棄物處理貯存及其設 施安全管理規則」、「放射性廢棄物處理貯存 最終處置設施建造執照申請審核辦法」等;另, 「游離輻射防護法暨其相關法規」亦管制本設 施之設計、申請、建造、運轉及除役等事宜。 另依據「物管法」第二十二條之規定,本設施 於興建或運轉期間,核能主管機關得隨時派員 檢查,若違反規定者,主管機關得命令停止興 建、運轉或廢止其執照。而且「物管法」第四 章罰則(第三十二條~第四十五條)亦針對違反 相關規定者,得處以有期徒刑、拘役或科或併 科罰金不等之罰則。 |(vi)明確劃分參與用過核子燃料和放射性廢|(vi)1.依物管法第二十八及二十九條規定,經營管 理本設施各階段作業為本公司之責任,並負 棄物不同階段管理的各機構的責任; 責支付本設施各階段作業所需之費用。

用過核子燃料管理安全及放射性廢棄物管核一廠用過核子燃料乾式貯存設施興建案符合公 理安全聯合公約條文 約條文之評估 2.核安會依其組織條例,為本案之核能安全主 管機關,環境部依環境保護相關法令,為本 案環境保護主管機關。 3. 締約方在考慮是否把放射性物質作為放 3. 本設施貯存之用過核子燃料未來若視為廢棄物 射性廢棄物管制時應充分考慮本公約的 時,本設施安全分析報告第5章內容,說明貯 目標。 存系統已充分考量用過核子燃料再取出安全性 及作業便利性,以因應未來最終處置或再處理 政策, 届時將會視決策, 充分考慮本公約的目 標。 第20條 管制機關 1.每一締約方應建立或指定一個管制機 1. 核安會為我國核能及輻射安全的專責管制機 關,委託其執行第19條提到的立法和管 關,屬三級獨立機關,能充分行使本設施安全 制架構,並授予履行其規定責任所需的足 管制之權責。 夠的權力、能力和財力與人力。 |2.每一締約方應依照其立法和管制架構採|2. 核安會依物管法及其相關子法,可有效、獨立 取適當步驟,以確保在幾個組織同時參與 地行使本設施的安全管制。另環境部為本案之 用過核子燃料或放射性廢棄物管理和控 環境保護主管機關,負責本設施環境影響評估 制的情况下管制權責有效獨立於其他權 之審查。 責。 第21條 持照人的責任 |1.每一締約方應確保用過核子燃料或放射|1. 依據物管法第二十九條規定:放射性廢棄物之

- 性廢棄物管理安全的首要責任由有關持 照人承擔,並應採取適當步驟確保每個 持照人履行其責任。
- 處理、運送、貯存及最終處置,應由放射性廢 棄物產生者自行或委託具有國內、外放射性廢 棄物最終處置技術能力或設施之業者處置其廢 棄物。核安會藉由建造執照與運轉執照的安全 審查以及各階段的檢查,確認本公司履行應盡 責任與義務。
- 任由對用過核子燃料或對放射性廢棄物 有管轄權的締約方承擔。
- 2.如果無此種持照人或其他責任方,此種責2. 持照人為本公司,承擔用過核子燃料管理安全 的責任。

第22條 人力與財力

用過核子燃料管理安全及放射性廢棄物管|核一廠用過核子燃料乾式貯存設施興建案符合公 約條文之評估

每一締約方應採取適當步驟,以確保:

- 管理設施運轉壽期內從事安全相關活動 所需的合格人員;
- (i)配備有在用過核子燃料和放射性廢棄物|(i)本設施的安全分析報告第 4 章已詳述人員訓練 計畫。針對本設施自施工、安裝/吊運及貯存作 業,已提出人員訓練計畫,說明燃料之吊卸、 裝填、運搬、接收及貯存等重要作業之訓練規 劃。本設施於運轉壽期內,安全相關活動須由 受過訓練、檢定合格或取得專業證照的合格人 負負責執行。
- 和放射性廢棄物管理設施在運轉壽期內 及除役期間的安全;
- |(ii)有足夠的財力可用於支持用過核子燃料|(ii)本設施興建、運轉、除役及廢棄物最終處置等 所需費用,均由核能發電後端營運基金支應, 該基金財務基礎穩固,可確保本設施在運轉壽 期內及除役期間的安全。

第23條 品質保證

棄物管理安全的品質保證計畫。

每一締約方應採取必要步驟,以確保制定和本設施之安全分析報告第10章已詳述品質保證計 執行相應的關於用過核子燃料和放射性廢|畫,經審查通過後,將據以執行本設施興建、運 轉相關之品質保證事項。另,本公司為確保品質, 亦業已建立核一廠用過核子燃料乾式貯存設施興 建專案品質保證計畫,並經核安會審查同意在 案,將據以執行。

第24條 運轉輻射防護

- 1.每一締約方應採取適當步驟,以確保在用 過核子燃料或放射性廢棄物管理設施運 轉壽命期內:
 - 的輻射曝露在考慮到經濟和社會因素 的條件下保持在可合理達到的儘量低 的水準;
 - (i)由此類設施引起的對工作人員和公眾|(i)1. 本設施安全分析報告第 3 章說明,對一般人 的輻射防護設計值為每年 0.05 毫西弗,低於 法規限值。
 - 2. 本設施對工作人員的輻射劑量限值符合游離 輻射防護法規之規定,並符合合理抑低 (ALARA)的原則。

 - (ii)任何個人在正常情況下受到的輻射劑 (ii) 本設施對一般人的輻射防護設計值為每年 0.05 量不超過充分考慮到國際認可的輻射| 毫西弗,符合我國游離輻射防護法與物管法相

用過核子燃料管理安全及放射性廢棄物管核一廠用過核子燃料乾式貯存設施興建案符合公 理安全聯合公約條文 約條文之評估 防護標準後制定的本國劑量限制規 關規定;亦符合國際輻射防護委員會(ICRP)之每 定;和 年1毫西弗劑量限值之規定。 (iii) 採取措施防止放射性物質非計畫和非|(iii)本設施採用雙重銲接密封設計,設施設計時考 控制的釋入環境。 量結構性能、環境耐受度、經評估於正常、異 常及意外事件時,能防止放射性物質外釋,或 採取緊急應變措施,以防止放射性物質非計畫 和非控制的釋入環境。 2.每一締約方應採取適當步驟,以確保排放 受到限制,以便: (i)在考慮到經濟和社會因素的條件下使|(i)本設施的輻射防護設計值為每年 0.05 毫西弗, 低於「放射性物料管理法」及「游離輻射防護 輻射曝露保持在可合理達到的儘量低 的水準;和 法 | 法規限值, 並將採取適當作業程序以符合 合理抑低原則。 (ii)使任何個人在正常情況下受到輻射劑|(ii)本設施對一般人的輻射防護設計值為每年 0.05 量不超過充分考慮到國際認可的輻射 毫西弗, 低於我國游離輻射防護法與物管法相 防護標準後制定的本國劑量限制規定。 關規定,亦符合國際輻射防護委員會(ICRP)之每 年1毫西弗劑量限值之規定。 3. 每一締約方應採取適當步驟,以確保在受 3. 本設施安全分析報告內容,說明為防止放射性 監管核設施的運轉壽期內,一旦發生放射 物質於密封鋼筒 50 年設計年限內外釋到環 性物質非計畫或非控制的釋入環境的情 境,採取雙重銲接密封設計,於各種正常、異 常與意外事故下,放射性物質均不致外釋到環 況,即採取合適的補救措施控制此種釋放 境中;另為確認一般民眾所接受有效劑量每年 和減輕其影響。 低於 0.05mSv, 設施周圍輻射監測系統可及時

發揮警示作用,並採取必要防護措施。

用過核子燃料管理安全及放射性廢棄物管核一廠用過核子燃料乾式貯存設施興建案符合公 約條文之評估

第25條 緊急應變

射性廢棄物管理設施運轉前和運轉期間 有適當的場內和必要時的場外緊急應變 計畫。此類緊急應變計畫應當以適當的 頻率進行演習。

- 子燃料或放射性廢棄物管理設施一旦發 方應採取適當步驟,擬訂並演練適用於其 領土內之緊急應變計畫。
- |1.每一締約方應確保在用過核子燃料或放|1.為符合物管法施行細則第二十六條之規定及核 安會本案「安全分析報告審查總結會議決議之 重要管制事項第23項 ,要求,本公司已於申請 試運轉階段提送「意外事件應變計畫」,作為發 生意外事故時,輻射防護及應變措施作業準 則。本意外事件應變計畫內容包含前言、目的 與範圍、組織與權責、事件種類、應變設施之 設備及功能、事件處理及緊急通報、應變功能 之維持、應變計畫相關資料、國際乾貯設施運 轉異常事件經驗回饋等,意外事件種類依本案 之作業特性,分安裝/吊運(含吊卸裝填、運搬 等作業)與貯存等二階段,考量可能發生事件之 種類,並涵蓋所有可能發生之異常、意外或假 想事件。本設施將依「意外事件應變計畫」中 承諾之演練頻次與時機執行演練(已依承諾於 熱測試前完成第一次演練,取得執照後前三年 每年演練一次,爾後每2年演練一次)。
- |2. 在締約方的領土可能受到附近的用過核|2. 本設施位於核一廠廠區內,台灣地理位置屬海 島國家,並無交界之鄰國。
 - 生輻射緊急情況的影響的情況下,該締約 3.本公司將遵循「核子事故緊急應變法」第二十 五條之規定,倘本設施發生核子事故時,本公 司將立即通報主管機關,政府應於適當時機通 知鄰近各國及相關國際組織,必要時得洽請其 協助處理。

第 26 條 除役

除役安全,此類步驟應確保:

- (i) 配備有合格人員和足夠的財力;
- 及非計畫和非控制的釋放的規定;
- |(iii)實施第 25 條中關於緊急應變的規定;

每一締約方應採取適當步驟,以確保核設施|依據物管法第二十三條規定,本設施永久停止運 轉前,本公司將提報除役計畫經核安會核准後實 施。物管法施行細則第二十條對除役計畫之內容 (ii)實施第 24 條中關於運轉輻射防護、排放|已有明確規定,包括設施綜合概述、除役目標及 工作時程、除污方式及放射性廢棄物減量措施、 |除役廢棄物之類別、特性、數量、處理、運送及

用過核子燃料管理安全及放射性廢棄物管核一廠用過核子燃料乾式貯存設施興建案符合公 理安全聯合公約條文 約條文之評估 (iv)關於除役重要資料的紀錄得到保存。 貯存、輻射劑量評估及輻射防護措施、環境輻射 監測、人員訓練、核子原料或核子燃料料帳管理、 廠房或土地再利用規劃、品質保證方案、意外事 件應變方案、及其他經主管機關指定之項目,已 包括本公約本條各款之內容,將可確保本設施除 役的安全。本設施之除役所需經費將由核能發電 後端營運基金支應。本設施安全分析報告第11章 承諾將於本設施決定進行除役前,擬定除役計畫 書,並報請主管機關核准後實施。而該除役計畫 書所涵蓋之章節如前所述,將會清楚說明除役作 業有關人員、輻防、緊急應變及除役紀錄等所採 行之措施及規定。