九十九年一月核能一廠

核安管制資訊

行政院原子能委員會提供

目 錄

壹、核能一廠管制措施

貳、核能一廠異常事件

壹、核能一廠管制措施

一、完成核能一廠 98 年第二階段運轉人員執照測驗之成績評定

1 月 18 日完成核能一廠 98 年第二階段運轉人員執照測驗之成績評定，此次測驗共 6 人參加，成績評定結果 2 人及格，4 人不及格。

二、召開核能一廠廠房結構討論會議

1 月 19 日於原能會召開「核能一廠廠房結構討論會議」，請台電公司就核能一廠二號機反應器廠房基座評估現況及緊急抽水機房結構檢查處理情形進行報告。

三、召開核能一廠金屬疲勞分析方法第 2 次討論會議

1 月 20 日於原能會召開「核能一廠金屬疲勞分析方法第 2 次討論會議」，就技術顧問對核能一廠金屬疲勞分析所採用之方法意見進行討論。

四、召開核能一廠運轉執照換發申請案第 2 次審查會議

1 月 22 日於原能會召開「核能一廠運轉執照換發申請案第 2 次審查會議」，就第 1 次要求補充說明事項，共計 92 項台電公司答覆內容之再審查意見，與台電公司進行說明與討論，並於會議中就答覆品質與審查發現之問題請台電公司檢討。

五、完成核能一廠 2 號機第 3 次十年整體安全評估報告審查

1 月 22 日完成核能一廠 2 號機第 3 次十年整體安全評估報告審查，相關審查報告亦上網公佈。

六、執行核能一廠運轉執照換發申請案第 3 次現場視察。

1 月 25~29 日執行核能一廠運轉執照換發申請案第 3 次現場視察，此次視察項目，包括執照換發申請案審查第 2 次，共計 187 項初步問題之討論，以及執照換發相關文件內容之現場查證，並針對 2 號機反應器廠房與電池室區域結構設備狀況，進行現場查證。

貳、核能一廠異常事件

一、國內核能電廠異常事件說明

我國各核能電廠異常事件之陳報，係依據原子能委員會於民國 93 年所訂定之「核子反應器設施異常事件報告及立即通報作業辦法」之相關規定辦理。規範中所規定應陳報之事件中，例如機組降載停機檢修設備、工安事件、安全設備起動等，絕大部分對核能機組運轉安全並無實質影響。通報之重要目的，在讓管制單位能適時掌握電廠各種狀況，以提早反應並能迅速處理。

有關異常事件之分級方面，目前大多數國家均採用國際原子能總署所制訂之國際核能事件分級制度（INES），該制度係就異常事件之嚴重性及影響程度，將核能電廠發生之事件分為 0 至 7 級，級數愈低代表對安全之影響層面愈小，而級數愈高則代表屬於較嚴重之事件，其中 3 級以下為異常事件，4 級（含）以上才屬於核能事故，我國目前即採用此一制度作為異常事件等級之依據。

二、本月異常事件：

1 月 21 日 1 號機發生一次圍阻體隔離系統動作異常事件

核能一廠 1 號機於 99 年 1 月 21 日 14:00 執执行程序書 601.16 「乾井高壓力（RPS—急停）及功能測試」時，發生一次圍阻體隔離系統（PCIS）群組 1 誤動作，使得主控制室通風系統緊急串 B 串起動及爐水取樣乾井外側隔離閥（AOV-B31-F020）關閉，造成 1 件異常事件。事件原因經台電公司分析認為，係測試執行人員之自我查證及雙重確認均未落實，另外，測試者一手持電話與控制室人員通話進行雙向溝通，另一手執行儀器操作，亦容易導致分心，本案屬於人為疏失案件。核能一廠於事件發生後，已立即展開廠內宣導，使工作人員記取此次教訓，以防止類似事件再度發生，本會亦將密切注意電廠後續處理情形。本次事件屬國際核能事件分級制（INES）之 0 級事件，無安全顧慮。