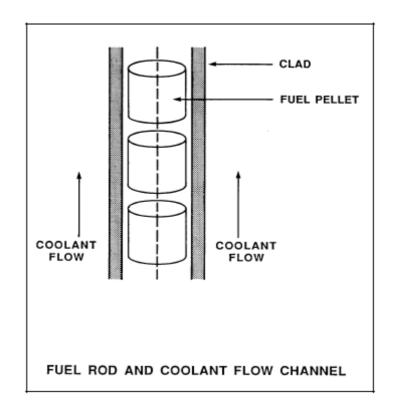
在電廠正常運轉期間,從反應器燃料丸傳熱至燃料護套的情形,即是\_\_\_\_熱傳的例子。

- A. 傳導(conduction)
- B. 對流
- C. 輻射
- D. 雙相流

請參照下圖中,處於爐心壽命初期的燃料棒和冷卻水流通道(channel)。

下列何者為在反應器燃料和燃料護套之間隙熱傳的主要方法?

- A. 傳導
- B. 對流
- C. 輻射
- D. 自然循環



發生冷卻水流失事故時,下列哪項熱傳機制能在燃料元件未接觸冷卻水時,提供最大的爐心冷卻效果?

- A. 輻射
- B. 放射
- C. 對流
- D. 傳導

燃料棒一般會充\_\_\_\_\_\_氣以改善燃料丸至護套的\_\_\_\_\_熱傳。

A. 氦; 對流

B. 氦; 傳導

C. 氮;對流

D. 氮; 傳導

已知核能電廠以 60%功率運轉。下列何者為從蒸汽產生器 U 形管外表面傳熱至飼水的主要熱傳機制?

- A. 輻射分解
- B. 輻射
- C. 傳導
- D. 對流

答案: D.

下面敘述的哪項熱傳過程中,對流是最明顯的熱傳機制?

- A. 爐心外露時,從反應器燃料到爐心筒(core barrel)。
- B. 以100%功率正常運轉時,從蒸汽產生器管壁傳出。
- C. 所有反應器冷卻水泵(RCP)失效後,從反應器燃料至蒸汽產生器。
- D. 以100%功率正常運轉時,從燃料丸中心到燃料護套。

在下列熱傳流徑中,那一項的主要熱傳機制為傳導?

- A. 爐心外露時,從反應器燃料到爐心筒(core barrel)。
- B. 正常運轉時,從主汽機排出的蒸汽,經由主冷凝器冷卻水及冷卻塔至大氣中。
- C. 核能電廠全黑時,從反應器燃料到蒸汽產生器的蒸汽出口。
- D. 正常運轉時,從燃料丸經由燃料棒之充氣到燃料護套。

答案: D.

若有過量氣體夾帶/混入通過單相(液體)熱交換器的冷卻水,該熱交換器的整體熱傳係數將降低,因為......

- A. 層流水膜(laminar layer)厚度將減少。
- B. 層流水膜(laminar layer)厚度將增加。
- C. 冷卻水的熱傳導性將降低。
- D. 冷卻水的熱傳導性將增加。

為何單相熱交換器的管內,不希望發生整體沸騰(bulk boiling)?

- A. 形成的泡泡將破壞熱交換器管內的薄片層。
- B. 擾流(turbulence)將限制熱交換器管內的液體流動。
- C. 熱交換器管兩端的ΔT將減少。
- D. 熱交換器管的熱傳導性將降低。

下列哪組液體在典型的交流型(cross-flow)熱交換器進行熱傳時,其熱交換器整體熱傳係數將最大?

- A. 潤滑油冷卻器內油至水的熱傳。
- B. 空壓機後冷卻器內空氣至水的熱傳。
- C. 汽機排汽冷凝器內蒸汽至水的熱傳。
- D. 冷卻水熱交換器內水至水的熱傳。

下列哪組液體在典型的交流型(cross-flow)熱交換器進行熱傳時,其熱交換器整體熱傳係數將最小?

- A. 潤滑油冷卻器內油至水的熱傳。
- B. 空壓機後冷卻器(after-cooler)內空氣至水的熱傳。
- C. 汽機排汽冷凝器內蒸汽至水的熱傳。
- D. 冷卻水熱交換器內水至水的熱傳。

核能電廠以穩態功率運轉時,主冷凝器的參數如下:

主冷凝器壓力: 1.2 psia 冷卻水進口溫度: 60°F 冷卻水出口溫度: 84°F

冷凝器的滲入空氣增加,導致主冷凝器的整體熱傳係數降低25%。主冷凝器熱傳率和冷卻水溫度若不變,改變後的主冷凝器壓力約為多少?

- A. 1.7 psia
- B. 2.3 psia
- C. 3.0 psia
- D. 4.6 psia

下列哪組液體在典型的交流型(cross-flow)熱交換器進行熱傳時,熱交換器的整體熱傳係數將最大(假設熱交換器尺寸和液體流量相似)?

- A. 潤滑油冷卻器內油至水的熱傳。
- B. 飼水加熱器內蒸汽至水的熱傳。
- C. 空調箱內水至空氣的熱傳。
- D. 冷卻水熱交換器內水至水的熱傳。

核子反應器以穩態功率運轉時,利用下列何者決定出來的爐心熱功率最準確?

- A. 反應器冷卻水的總質量流率,乘以爐心兩端的溫度變化。
- B. 反應器冷卻水的總質量流率,乘以蒸汽產生器的焓變化。
- C. 飼水的總質量流率,乘以蒸汽產生器的焓變化。
- D. 飼水的總質量流率,乘以爐心兩端的溫度變化。

一部核子反應器產生 200 MW 的爐心熱功率。根據熱平衡算式,反應器冷卻水泵加入 10 MW 熱功率至冷卻水系統。爐心的額定熱功率為 1,330 MW。

下列何者為爐心熱功率百分比?

- A. 14.0%
- B. 14.3%
- C. 15.0%
- D. 15.8%

功率階核能儀器按照算出的熱平衡調整至 100%。下列何者將導致反應器功率指示值<u>大</u>於實際功率?

- A. 計算熱平衡時,忽略了反應器冷卻水泵的熱輸入值。
- B. 計算熱平衡所用的水流率,較實際流率低 10%。
- C. 計算熱平衡所用的蒸汽壓力,較實際蒸汽壓力高 50 psi。
- D. 飼水熱焓誤算成較實際飼水熱焓高出 10 Btu/lbm。

蒸汽管路出現小破裂(3%)時,反應器燃料傳出的熱傳率初步增加,請問下列方程式:Q = UA(T1-T2)之中,哪一項受此破裂影響最大,所以對熱傳率增加的影響最大?(假設反應器初始功率沒有改變)

- A. U
- B. A
- C. T1
- D. T2
- 答案: D.

功率階核能儀器按照算出的熱量(二次側熱平衡)調整為100%。下列何者將導致反應器功率指示值大於實際功率?

- A. 計算熱量所用的飼水溫度,比實際飼水溫度高。
- B. 計算熱量時,遺漏了反應器冷卻水泵的熱輸入。
- C. 用來計算熱量的飼水流率比實際飼水流率低。
- D. 用來計算熱量的蒸汽壓力比實際蒸汽壓力高。

一部核子反應器以 80%功率運轉,其爐心  $\Delta T$  為  $48^{\circ}F$ ,此時發生電廠全黑。建立自然循環後,爐心  $\Delta T$  穩定在  $40^{\circ}F$ 。如果質量流率為 3%,目前的衰變熱為多少?

- A. 1%
- B. 2%
- C. 3%
- D. 4%

核能電廠以100%功率運轉,其反應器冷卻水系統(RCS)和蒸汽產生器(S/G)的參數如下:

RCS 冷卻水平均溫度: 575°F

RCS 熱端溫度: 600°F RCS 冷端溫度: 550°F

S/G 壓力: 885 psig

反應器停機以進行大修,每部 S/G 均有 7%的管子被塞管。接著重新啟動反應器,功率亦攀升至 100%。欲在 100%功率下,建立相同的 S/G 壓力,RCS 冷卻水的平均溫度,必須升高至......

- A. 584°F
- B. 582°F
- C. 580°F
- D. 578°F

答案: D.

根據反應器功率為90%的狀況來計算二次側熱平衡,藉此校正反應器功率儀器。下列何者將導致算出的反應器功率<u>少於</u>實際功率?

- A. 蒸汽產生器壓力指示值,較實際壓力高 20 psi。
- B. 蒸汽產生器水位指示值,較實際水位低3%。
- C. 飼水流率指示值較實際流率高 3%。
- D. 飼水溫度指示值較實際溫度低 20°F。

裝有兩部蒸汽產生器(S/G)的核能電廠以90%功率運轉,其S/G與反應器冷卻水系統(RCS)的參數如下:

RCS 冷卻水平均溫度: 575°F RCS 熱端溫度: 600°F RCS 冷端溫度: 550°F S/G 壓力: 885 psig

反應器停機以進行大修,每部 S/G 有數根管子被塞管。重新啟動反應器後的 RCS 流量維持於 98%額定流率,與大修前流率相同。

在90%功率下,RCS 熱端的溫度若維持在600°F,RCS冷端溫度為......

- A. 546°F
- B. 547°F
- C. 548°F
- D. 549°F

答案:D.

功率階核能儀器依據算出的熱平衡調整到100%。下列何者將導致反應器功率指示值<u>小</u> 於實際功率?

- A. 用來計算熱平衡的飼水溫度比實際飼水溫度高20°F。
- B. 計算熱平衡時遺漏了反應器冷卻水泵的熱輸入。
- C. 用來計算熱平衡的飼水流率比實際飼水流率高10%。
- D. 用來計算熱平衡的蒸汽壓力比實際蒸汽壓力低50 psi。

功率階核能儀器依據算出的熱平衡調整到100%。下列何者將導致反應器功率指示值高於實際功率?

- A. 用來計算熱平衡的飼水溫度比實際飼水溫度高20°F。
- B. 計算熱平衡時遺漏了反應器冷卻水泵的熱輸入。
- C. 用來計算熱平衡的飼水流率比實際飼水流率低10%。
- D. 計算熱平衡時遺漏了周圍熱損失的項目。

功率階核能儀器依據算出的熱平衡調整到100%。下列何者將導致反應器功率指示值<u>小</u>於實際功率?

- A. 用來計算熱平衡的飼水溫度比實際飼水溫度高20°F。
- B. 計算熱平衡時,遺漏了反應器冷卻水泵的熱輸入。
- C. 用來計算熱平衡的飼水流率比實際流率高10%。
- D. 運轉員誤算了離開蒸汽產生器的蒸汽焓,讓其較實際數值高出10 Btu/lbm。

功率階核能儀器依據算出的熱平衡調整到100%。下列何者將導致反應器功率指示值<u>小</u>於實際功率?

- A. 用來計算熱平衡的飼水溫度比實際飼水溫度低20°F。
- B. 計算熱平衡時遺漏了反應器冷卻水泵的熱輸入。
- C. 計算熱平衡時使用的周圍熱損失值,只有實際周圍熱損失值的一半。
- D. 用來計算熱平衡的飼水流率比實際飼水流率高10%。

一座多迴路核能電廠以50%功率運轉,控制棒處於手動模式,此時,一部蒸汽產生器的主蒸汽隔離閥(MSIV)意外關閉。假設反應器沒有急停,亦無發生其他保護動作,運轉員也沒有採取行動。

就在 MSIV 關閉後,在 MSIV 關閉的反應器冷卻水迴路冷端溫度(Tc),將立刻\_\_\_\_\_;至於 MSIV 維持<u>開啟</u>的迴路中的 Tc 將立刻\_\_\_\_\_。

A. 升高;升高

B. 升高;降低

C. 降低;升高

D. 降低;降低

功率階核能儀器依據算出的熱平衡調整到100%。下列何者將導致反應器功率指示值小於實際功率?

- A. 用來計算熱平衡的飼水溫度比實際飼水溫度低10°F。
- B. 計算熱平衡時遺漏了反應器冷卻水泵的熱輸入。
- C. 用來計算熱平衡的飼水流率比實際飼水流率低10%。
- D. 用來計算熱平衡的蒸汽壓力比實際蒸汽壓力低50 psi。

在二迴路壓水式反應器(PWR)核能電廠內,進入各蒸汽產生器(S/G)的飼水流率指示值為  $3.3 \times 10^6$  lbm/hr,熱焓為 419 Btu/lbm。離開各蒸汽產生器的蒸汽壓力為 800 psia,蒸汽 乾度為 100%。

請問爐心熱功率為多少(忽略沖放和泵熱)?

- A. 677 MWt
- B. 755 MWt
- C. 1,334 MWt
- D. 1,510 MWt

答案: D.

進入核子反應器爐心的反應器冷卻水溫為  $545^{\circ}F$ ,離開時的水溫為  $595^{\circ}F$ 。如果反應器冷卻水流率為  $6.6 \times 10^7$  lbm/hr,該冷卻水的比熱容量為 1.3 Btu/lbm- $^{\circ}F$ ,爐心熱功率為多少(1 瓦特 = 3.4127 Btu/hr)?

- A. 100.6 MWt
- B. 125.7 MWt
- C. 1005.7 MWt
- D. 1257.1 MWt

答案:D.

#### 一部核子反應器的運轉參數如下:

反應器功率 = 100% 爐心ΔT = 42°F 反應器冷卻水系統流率= 100% 冷卻水平均溫度 = 587°F

### 電廠全黑且建立自然循環後,穩定參數如下:

衰變熱 = 2% 爐心ΔT = 28°F 冷卻水平均溫度= 572°F

# 爐心的質量流率百分比為多少?

- A. 2.0%
- B. 2.5%
- C. 3.0%
- D. 4.0%

核能電廠大修期間,基於管壁變薄,所有蒸汽產生器(S/G)的5%管子被塞管。全功率反應器冷卻水系統流率和冷卻水平均溫度(Tave)維持不變。已知大修前的100%功率運轉條件如下:

$$T_{ave} = 578^{\circ}F$$
  
 $T_{S/G} = 538^{\circ}F$ 

大修後,電廠恢復至100%功率時,蒸汽產生器的壓力約為多少?

- A. 960 psia
- B. 930 psia
- C. 900 psia
- D. 870 psia

#### 核能電廠的運轉參數如下:

反應器功率100%爐心ΔT:60°F反應器冷卻水系統流率: 100%587°F

### 電廠全黑且建立自然循環後,穩定參數如下:

衰變熱: 1% 爐心ΔT: 30°F 冷卻水平均溫度: 572°F

# 爐心的質量流率百分比為多少?

- A. 2.0%
- B. 2.5%
- C. 3.0%
- D. 4.0%

核能電廠大修期間,所有蒸汽產生器(S/G)的 6%的管子被塞管。全功率反應器冷卻水系統流量和冷卻水平均溫度 $(T_{ave})$ 維持不變。已知大修<u>前</u> 100%功率運轉條件如下:

$$T_{ave} = 584^{\circ}F$$
  
 $T_{S/G} = 544^{\circ}F$ 

大修後,電廠恢復至100%功率時,蒸汽產生器的壓力約為多少?

- A. 974 psia
- B. 954 psia
- C. 934 psia
- D. 914 psia

核能電廠大修期間,所有蒸汽產生器(S/G)的 5%<del>的</del>管子被塞管。全功率反應器冷卻水系統流量和冷卻水平均溫度 $(T_{ave})$ 維持不變。已知大修<u>前</u><del>的</del>=100%功率運轉條件如下:

 $T_{ave} = 588.0$ °F  $T_{S/G} = 542.0$ °F

大修後,電廠恢復至100%功率時,蒸汽產生器的壓力約為多少?

- A. 998 psia
- B. 979 psia
- C. 961 psia
- D. 944 psia

核能電廠功率運轉中。進入所有蒸汽產生器的總飼水流率為 $7.0 \times 10^6$  lbm/hr,溫度為 $440^\circ F$ 。離開蒸汽產生器的蒸汽壓力為1000 psia、蒸汽乾度為100%。

若忽略其它的熱損益機制,請問爐心熱功率為多少?

- A. 1335 MWt
- B. 1359 MWt
- C. 1589 MWt
- D. 1612 MWt

科目/題號:193007/1 (2016新增)

知能類: K1.04 [2.8/3.0]

序號: P3084 (B3084)

核能電廠以近100%功率運轉,主汽機的抽汽供給至一飼水加熱器。抽汽的參數如下:

蒸汽壓力= 414 psia

蒸汽流量率=7.5×105 lbm/hr

蒸汽熱焓=1,150 Btu/lbm

抽汽在414 psia冷凝成飽和水,然後經洩水管離開飼水加熱器。在飼水加熱器內從抽汽至飼水的熱傳率為多少?

A.  $3.8 \times 10^7 \,\text{Btu/hr}$ 

B. 8.6 x 10<sup>7</sup> Btu/hr

C. 5.4 x 10<sup>8</sup> Btu/hr

D. 7.2 x 10<sup>8</sup> Btu/hr

科目/題號:193007/2 (2016新增)

知能類: K1.04 [2.8/3.0]

序號: P5144 (B5143)

核能電廠以近100%功率運轉,主汽機的抽汽供給至一飼水加熱器。抽汽的參數如下:

蒸汽壓力= 500 psia

蒸汽流量率=7.0×105 lbm/hr

蒸汽熱焓=1135 Btu/lbm

抽汽在500 psia冷凝成飽和水,然後經洩水管離開飼水加熱器。在飼水加熱器內從抽汽至飼水的熱傳率為多少?

A. 3.2 x 10<sup>8</sup> Btu/hr

B. 4.8 x 10<sup>8</sup> Btu/hr

C. 5.3 x 10<sup>8</sup> Btu/hr

D. 7.9 x 10<sup>8</sup> Btu/hr

科目/題號: 193007/3 (2016新增)

知能類: K1.06 [3.1/3.3]

序號: P5044

有兩個參數用於標準熱平衡計算法計算爐心熱功率。下列何者界定該兩參數?

|    | 反應器冷卻水 | 飼水  | 蒸汽產生器 | 蒸汽產生器 |
|----|--------|-----|-------|-------|
|    | 質量流量率  | 溫度  | 壓力    | 水位    |
| A. | Yes    | No  | Yes   | No    |
| B. | No     | Yes | Yes   | No    |
| C. | Yes    | No  | No    | Yes   |
| D. | No     | Yes | No    | Yes   |

科目/題號:193007/4 (2016新增)

知能類: K1.06 [3.1/3.3]

序號: P6044 (B6043)

以熱平衡功率計算為基準,將核儀功率階調整至100%,以下何者會使指示的反應爐功率比實際反應爐功率高?

- A.熱平衡計算時,使用的蒸汽壓力比實際蒸汽壓力高50 psi.
- B.熱平衡計算時,使用的環境熱損失值是實際環境的熱損失的兩倍
- C.熱平衡計算時,使用的飼水流量率比實際飼水流量率低10%
- D.熱平衡計算時,使用的飼水溫度,比實際的飼水溫度高20°F

科目/題號:193007/5 (2016新增)

知能類: K1.06 [3.1/3.3]

序號: P6844

當進行熱平衡計算來決定爐心熱功率時,所量測到的熱功率須 與反應器 冷卻水泵(RCPs)相關的值;必須調整的原因,係因RCPs加到反應器冷卻水之流 動能量, 轉換成冷卻水熱能。

A.减少;幾乎全部

B.减少;一小部分

C.增加;幾乎全部

D.增加;一小部分

答案: A

科目/題號: 193007/6 (2016新增)

知能類:: K1.08 [3.1/3.4

序號: P685

核能電廠最初以48°F爐心ΔT,80%功率運轉,此時電廠發生全黑,已建立自然循環且爐心ΔT穩定在40°F。如果反應器冷卻水的質量流量率是3%,下列何者是目前爐心衰變熱量?

- A. 1 %
- B. 2 %
- C. 3 %
- D. 4%

科目/題號: 193007/7 (2016新增)

知能類: K1.08 [3.1/3.4]

序號: P7639

核能電廠正以下列穩定的蒸汽產生器(SG)及飼水(FW)參數運轉:

SG壓力=1,000 psia

總SG蒸汽流量率=1.0×107 lbm/hr(乾飽和蒸汽)

飼水進□溫度=470°F

依據上述數據,反應器的輸出熱功率是多少?

A. 740 MW

B. 1,328 MW

C. 2,169 MW

D. 3,497 MW