

目 次

1. 原子炉工学概説

1.1	原 子 の 構 造2
1.2	核 分 裂
1.3	連鎖反応,增倍,臨界7
1.4	原子炉分裂反応の制御10
1.5	原子炉よりの熱除去14
1.6	材料およびしゃへい15
	2. プラント概説
2.1	JPDR (動力試験炉)
2.2	福島発電所および敦賀発電所23
2.3	美 浜 発 電 所28
2.4	東海発電所32
	3. 計 測 制 御
3.1	中性子検出器38
3.2	中性子測定回路
3.3	中性子計装
	3·1 BWR 型の場合······50
	3·2 PWR 型の場合
	原子炉安全保護回路54
	- 1 BWR 型の場合
3.4	i-2 PWR 型の場合······57

3.4	4.3	東海炉の場合	8
3.5	出	力 制 御	8
3.5	5 · 1	BWR 型の場合・・・・・・	9
3.5	5.2	PWR 型の場合・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・	52
3.	5.3	東海炉の場合	5
		4. 発電炉の核熱設計	
4.1	軽.	水炉の核熱水力	'0
4.	1 · 1	反 応 度 係 数	'0
4.	1.2	反応度制御基準	'3
4.	1.3	限界熱流束による制限・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・	
4.	1.4	燃料の最高温度制限・・・・・・	
4.	1.5	炉心の安定性	
	1.6	出力の平坦化	
4.2	ガ	ス冷却炉の核熱特性	
	2 · 1	熱特性および設計基準・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・	
4.	2.2	核特性および設計基準・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・・	33
		5. 発電炉の事故時安全施設	
5.1		子炉の崩壊熱	
5.2	BA	WR 型の事故時安全施設····································	37
5.3	PV	WR 型の事故時安全施設····································	93
5.4	ガ	ス冷却炉の事故時安全施設	95
		6. 軽水炉の運転方法	
6.1	運	転前の起動準備	99
6.2	В	WR 型の起動10	00

$6 \cdot 3$	PWR 型の起動103
6.4	タービンの起動および発電機の併入104
6.5	BWR 型の停止操作
6.6	PWR 型の停止操作
	7. 東海発電所の運転方法
$7 \cdot 1$	起 動 停 止106
$7 \cdot 2$	運 転 管 理111
	8. JPDR の運転基準
8.1	運転状態の定義114
8.2	原子炉系および原子炉制御系115
8.3	原子炉安全系120
8.4	格納容器および事故後冷却系121
8.5	廃棄物処理
8.6	燃 料 交 换
8.7	そ の 他127
	9. 東海発電所の運転基準
9.1	起動ならびに運転時の運転基準128
9.2	停止期間中の制限基準134
	10. 水ガス管理,水ガス処理
10.1	JPDR の水系統および水質基準136
10.2	原子炉一次冷却水の放射能138

4	
10.3	原子炉水の放射線分解141
$10 \cdot 4$	JPDR の廃ガス系統143
10.5	廃ガス中の放射能
10.6	敦賀発電所および福島発電所の場合145
10.7	美浜発電所の場合145
10.8	東海発電所の場合145
	11. 放射線管理
11.1	放射線・放射能の単位148
11.2	放射線の許容量および許容濃度149
11.3	放射線監視(モニタリング)150
$11 \cdot 4$	放射線管理の基準152
$11 \cdot 5$	動力炉の放射線レベル,放射性廃棄物155
11.6	放射線作業と被曝状況158
	12. 原子力発電所の保守
12.1	定期検査の時期161
12.2	定期検査の範囲162
12.3	定期検査の工程163
12.4	保守作業の安全確保163
12.5	保守作業の実施内容164
12.5	
12.5	5-2 東海発電所の保守作業172
	13. JPDR における経験
$13 \cdot 1$	プラント引渡しまでの問題点179

原子炉一次回路付属物の疲労………………………197

ガス循環機入口ベローズの破損 ……………………198

蒸発管の腐食 ……………………………………199

14.2

 $14 \cdot 3$

 $14 \cdot 4$

索引