

重大事故等対処に係る監視事項
1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	評価
			計器数	抽出パラメータ 分類		
1.11.2.1 使用済燃料プールの冷却機能又は注水機能の喪失時、又は使用済燃料プールの小規模な漏えい発生時の対応手順 (1) 燃料プール水位監視 事故時運転手順書 (1) 燃料プール水位監視 (2) 燃料プール水位監視 (3) 燃料プール水位監視 (4) シェアアクティブ (5) 燃料プール水位監視 (6) 燃料プール水位監視 (7) 燃料プール水位監視 (8) 燃料プール水位監視 (9) 燃料プール水位監視 (10) 燃料プール水位監視 (11) 燃料プール水位監視 (12) 燃料プール水位監視 (13) 燃料プール水位監視 (14) 燃料プール水位監視 (15) 燃料プール水位監視 (16) 燃料プール水位監視 (17) 燃料プール水位監視 (18) 燃料プール水位監視 (19) 燃料プール水位監視 (20) 燃料プール水位監視 (21) 燃料プール水位監視 (22) 燃料プール水位監視 (23) 燃料プール水位監視 (24) 燃料プール水位監視 (25) 燃料プール水位監視 (26) 燃料プール水位監視 (27) 燃料プール水位監視 (28) 燃料プール水位監視 (29) 燃料プール水位監視 (30) 燃料プール水位監視 (31) 燃料プール水位監視 (32) 燃料プール水位監視 (33) 燃料プール水位監視 (34) 燃料プール水位監視 (35) 燃料プール水位監視 (36) 燃料プール水位監視 (37) 燃料プール水位監視 (38) 燃料プール水位監視 (39) 燃料プール水位監視 (40) 燃料プール水位監視 (41) 燃料プール水位監視 (42) 燃料プール水位監視 (43) 燃料プール水位監視 (44) 燃料プール水位監視 (45) 燃料プール水位監視 (46) 燃料プール水位監視 (47) 燃料プール水位監視 (48) 燃料プール水位監視 (49) 燃料プール水位監視 (50) 燃料プール水位監視 (51) 燃料プール水位監視 (52) 燃料プール水位監視 (53) 燃料プール水位監視 (54) 燃料プール水位監視 (55) 燃料プール水位監視 (56) 燃料プール水位監視 (57) 燃料プール水位監視 (58) 燃料プール水位監視 (59) 燃料プール水位監視 (60) 燃料プール水位監視 (61) 燃料プール水位監視 (62) 燃料プール水位監視 (63) 燃料プール水位監視 (64) 燃料プール水位監視 (65) 燃料プール水位監視 (66) 燃料プール水位監視 (67) 燃料プール水位監視 (68) 燃料プール水位監視 (69) 燃料プール水位監視 (70) 燃料プール水位監視 (71) 燃料プール水位監視 (72) 燃料プール水位監視 (73) 燃料プール水位監視 (74) 燃料プール水位監視 (75) 燃料プール水位監視 (76) 燃料プール水位監視 (77) 燃料プール水位監視 (78) 燃料プール水位監視 (79) 燃料プール水位監視 (80) 燃料プール水位監視 (81) 燃料プール水位監視 (82) 燃料プール水位監視 (83) 燃料プール水位監視 (84) 燃料プール水位監視 (85) 燃料プール水位監視 (86) 燃料プール水位監視 (87) 燃料プール水位監視 (88) 燃料プール水位監視 (89) 燃料プール水位監視 (90) 燃料プール水位監視 (91) 燃料プール水位監視 (92) 燃料プール水位監視 (93) 燃料プール水位監視 (94) 燃料プール水位監視 (95) 燃料プール水位監視 (96) 燃料プール水位監視 (97) 燃料プール水位監視 (98) 燃料プール水位監視 (99) 燃料プール水位監視 (100) 燃料プール水位監視	1	1	0	0	0	0
	燃料プール水位監視	1	1	0	0	0
使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA)	1	1	1	1	①	1
使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA 広域)	1	1	1	1	①	1
M/C 電圧	1	1	1	1	③	1
M/C B 電圧	1	1	1	1	③	1
P/C C-1 電圧	1	1	1	1	③	1
P/C B-1 電圧	1	1	1	1	③	1
直流 125V 主母線 A 電圧	1	1	1	1	③	1
直流 125V 主母線 B 電圧	1	1	1	1	③	1
直流 125V 充電器 A 電圧	1	1	1	1	③	1
直流 125V 充電器 B 電圧	1	1	1	1	③	1
AM 用直流 125V 充電器電圧	1	1	1	1	③	1
電源	1	1	1	1	③	1
水源の漏れ/止水機構	1	1	1	1	③	1
放水貯水塔	1	1	1	1	③	1

第 1 表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	評価
		計器名称	計器数	抽出パラメータ 分類	計器数		
1.11.2.1 使用済燃料プールの冷却機能又は注水機能の喪失時、又は使用済燃料プールの小規模な漏えい発生時の対応手順 a. 常設低圧注水ポンプによる代替燃料プール注水 (注水ライン/常設スプレイヘッダ) を使用した使用済燃料プールへの注水	使用済燃料プール温度	使用済燃料プール温度 (SA)	1	0	③	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ	1
非常時運転手順書 II (燃料プール制御) AM設備明操作手順書	監視 監視 (1 / 2)	使用済燃料プールの監視	使用済燃料プール水位・温度 (SA 広域)	1	1	①	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を監視することにより、使用済燃料プールの監視が可能
		緊急用 M/C 電圧	緊急用 M/C 電圧	1	1	③	緊急用 M/C の電圧状態を確認するパラメータ
	電源	緊急用 P/C 電圧	1	1	③	受電状態を確認するパラメータ	
		緊急用直流 125V 主母線電圧	1	1	③	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	評価
			計器数	抽出パラメータ 分類		
1.11.2.1 使用済燃料プールの冷却機能又は注水機能の喪失時、又は使用済燃料プールの小規模な漏えい発生時の対応手順 a. 常設低圧注水ポンプによる代替燃料プール注水 (注水ライン/常設スプレイヘッダ) を使用した使用済燃料プールへの注水	使用済燃料プール温度	使用済燃料プール温度 (SA)	1	0	③	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ
			使用済燃料プールの監視	使用済燃料プール水位・温度 (SA 広域)	1	1
非常時運転手順書 II (燃料プール制御) AM設備明操作手順書	監視 監視 (1 / 2)	緊急用 M/C 電圧	1	1	③	緊急用 M/C の電圧状態を確認するパラメータ
			電源	緊急用 P/C 電圧	1	1
		緊急用直流 125V 主母線電圧	1	1	③	直流電源の受電状態を確認するパラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1. 11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

Table with columns: 項目, 分類, 計器名称, 計器数, 補助パラメータ分類, 補助パラメータ分類, 抽出パラメータ分類, 抽出パラメータ分類, 抽出パラメータを計測する計器, 評価. It details monitoring items for spent fuel storage tank cooling.

第 1 表 重大事故等対処に係る監視事項

1. 11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

Table with columns: 項目, 分類, 計器名称, 計器数, 補助パラメータ分類, 補助パラメータ分類, 抽出パラメータ分類, 抽出パラメータ分類, 抽出パラメータを計測する計器, 評価. It details monitoring items for spent fuel storage tank cooling at Tokai-2.

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1. 11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

Table with columns: 項目, 計器名称, 計器数, 補助パラメータ分類, 補助パラメータ分類, 抽出パラメータ分類, 抽出パラメータ分類, 抽出パラメータを計測する計器, 評価. It details monitoring items for spent fuel storage tank cooling at Shimane.

備考

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
		計器名称	計器数	直後	計器名称	計器数	直後	計器故障等	SBO	
対応手段 1.11.2.1 使用済燃料プールの冷却機能又は注水機能の喪失時、又は使用済燃料プールの小規模な漏えい発生時の対応手順 (2) 漏えい処理 事故時運転操作手順書 (SFP ベース) 「SFP 水位・温度制御」 「原子炉建機制御」 事故時運転操作手順書 (シビアアクシデン ト) 「取組制御」 事故時運転操作手順書 (SFP 原子炉水位・温度 制御) AM 設備別操作手順書 (SFP 監視カメラ冷却 装置起動)	燃料プール水位低 警報	1	1	0	燃料プール水位・温度 (SA 広域)	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、燃料監視事項は主要バ ラメータにて確認 が、使用済燃料プールの監視可能	1	
	燃料プール温度高 警報	1	1	0	使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA)	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、燃料監視事項は主要バ ラメータにて確認 が、使用済燃料プールの監視可能	1	
	使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA)	1	1	1	①	使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA)	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、燃料監視事項は主要バ ラメータにて確認 が、使用済燃料プールの監視可能	1
	使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA 広域)	1	1	1	①	使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA)	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、燃料監視事項は主要バ ラメータにて確認 が、使用済燃料プールの監視可能	1
使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	①	使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、燃料監視事項は主要バ ラメータにて確認 が、使用済燃料プールの監視可能	1	

第 1 表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
		計器名称	計器数	直後	計器名称	計器数	直後	計器故障等	SBO
1.11.2.1 使用済燃料プールの冷却機能又は注水機能の喪失時、又は使用済燃料プールの小規模な漏えい発生時の対応手順 (1) 燃料プール代替注水 b. 可搬型代替注水大型ポンプ又は可搬型代替注水中型ポンプによる代替注水 非常時運転手 順書 II (散逸 ベース) 「使用済燃料 プール制御」 AM 設備別操 作手順書	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	①	使用済燃料プール水位・温度 (SA 広域)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 にて確認	1
判断基準 (1) / (2)	使用済燃料プール水位・温度 (SA 広域)	1	1	①	使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 にて確認	1
	使用済燃料プール監視カメラ	1	1	①	使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA 広域)	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 にて確認	1
電源	緊急用 M/C 電圧	1	1	③	緊急用 M/C の受電状態を確認するパラメータ	1	1	緊急用 M/C の受電状態を確認するパラメータ	1
	緊急用 P/C 電圧	1	1	③	緊急用 P/C の受電状態を確認するパラメータ	1	1	緊急用 P/C の受電状態を確認するパラメータ	1
	緊急用直流 125V 主母線盤電圧	1	1	③	緊急用直流 125V 主母線盤電圧を確認するパラメータ	1	1	緊急用直流 125V 主母線盤電圧を確認するパラメータ	1

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
		計器名称	計器数	直後	計器名称	計器数	直後	計器故障等	SBO	
1.11.1 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等 1.11.1.1 燃料プール内の冷却機能又は注水機能の喪失時、又は使用済燃料プールの小規模な漏えい発生時の対応手順 (1) 燃料プール代替注水 非常時運転手 順書 II (散逸 ベース) 「使用済燃料 プール制御」 AM 設備別操 作手順書	燃料プール水位低 警報	1	1	0	燃料プール水位・温度 (SA 広域)	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、燃料監視事項は主要バ ラメータにて確認 が、使用済燃料プールの監視可能	1	
	燃料プール温度高 警報	1	1	0	使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA)	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、燃料監視事項は主要バ ラメータにて確認 が、使用済燃料プールの監視可能	1	
	使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA)	1	1	1	①	使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA)	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、燃料監視事項は主要バ ラメータにて確認 が、使用済燃料プールの監視可能	1
	使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA 広域)	1	1	1	①	使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA)	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、燃料監視事項は主要バ ラメータにて確認 が、使用済燃料プールの監視可能	1
判断基準 (1) / (2)	使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	①	使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、燃料監視事項は主要バ ラメータにて確認 が、使用済燃料プールの監視可能	1	
	緊急用 M/C 電圧	1	1	③	緊急用 M/C の受電状態を確認するパラメータ	1	1	緊急用 M/C の受電状態を確認するパラメータ	1	
	緊急用 P/C 電圧	1	1	③	緊急用 P/C の受電状態を確認するパラメータ	1	1	緊急用 P/C の受電状態を確認するパラメータ	1	
電源	緊急用直流 125V 主母線盤電圧	1	1	③	緊急用直流 125V 主母線盤電圧を確認するパラメータ	1	1	緊急用直流 125V 主母線盤電圧を確認するパラメータ	1	
	緊急用 M/C 電圧	1	1	③	緊急用 M/C の受電状態を確認するパラメータ	1	1	緊急用 M/C の受電状態を確認するパラメータ	1	
	緊急用 P/C 電圧	1	1	③	緊急用 P/C の受電状態を確認するパラメータ	1	1	緊急用 P/C の受電状態を確認するパラメータ	1	

備考
・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項
1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	評価
			計器数	SBO影響 区分Ⅰ直感電源 を任命した場合			計器数	SBO影響 区分Ⅱ直感電源 を任命した場合		
1.11.2.2 使用済燃料プールからの大量の水の漏えい発生時の対応手順 (1)燃料プールのスプレッド			1	0	-		1	-		
非常時運転手順 (SPP ベース)		燃料プール水位低 警報	1	0	-		1	-		
非常時運転手順 (SPP ベース)		燃料プール温度高 警報	1	0	-		1	-		
非常時運転手順 (SPP ベース)		使用済燃料貯蔵プール水位・ 温度(SA)	1	1	①		1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、燃料 線の感温状況及び境界の防止状況を監視すること ができ、使用済燃料プールの監視可能	
非常時運転手順 (SPP ベース)		使用済燃料貯蔵プール水位・ 温度(SA 広域)	1	1	①		1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、燃料 線の感温状況及び境界の防止状況を監視すること ができ、使用済燃料プールの監視可能	
非常時運転手順 (SPP ベース)		使用済燃料貯蔵プール監視カ メラ	1	1	①		1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、燃料 線の感温状況及び境界の防止状況を監視すること ができ、使用済燃料プールの監視可能	
非常時運転手順 (SPP ベース)		M/C 電圧	1	1	③		1	1		
非常時運転手順 (SPP ベース)		M/C B 電圧	1	1	③		1	1		
非常時運転手順 (SPP ベース)		A/C D-I 電圧	1	1	③		1	1		
非常時運転手順 (SPP ベース)		A/C D-II 電圧	1	1	③		1	1		
非常時運転手順 (SPP ベース)		直流 125V 主母線電圧 A 電圧	1	1	③		1	1		
非常時運転手順 (SPP ベース)		直流 125V 主母線電圧 B 電圧	1	1	③		1	1		
非常時運転手順 (SPP ベース)		直流 125V 充電器電圧 A→充電電 圧	1	1	③		1	1		
非常時運転手順 (SPP ベース)		(M)用直電 125V 充電器警報電 圧	1	1	③		1	1		
非常時運転手順 (SPP ベース)		冷却水 切欠水検 出	1	1	③		1	1		
非常時運転手順 (SPP ベース)		冷却水 切欠水検 出	1	1	③		1	1		
非常時運転手順 (SPP ベース)		冷却水 切欠水検 出	1	1	③		1	1		

第 1 表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	評価
			計器数	SBO影響 負荷切り離し後			計器数	SBO影響 負荷切り離し後		
非常時運転手 順書Ⅱ(備後 ベース) 「使用済燃料 プール制御」 AM設備別操 作手順書		使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	-		1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を監視することがで て出パラメータ の監視可能
		使用済燃料プール水位・ 温度 (S.A.広域)	1	1	①		1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を監視することがで て出パラメータ の監視可能
		使用済燃料プール監視カ メラ	1	1	①		1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を監視することがで て出パラメータ の監視可能
		使用済燃料プール監視カ メラ	1	1	①		1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を監視することがで て出パラメータ の監視可能
		燃料取扱フロア燃料プー ルエリア放射線モニタ	1	0	③		-	-	-	
		原子炉建屋換気系燃料取 替排気ダクト放射線モ ニタ	4	0	③		-	-	-	
		原子炉建屋換気系排気ダ クト放射線モニタ	4	0	③		-	-	-	

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	評価
			計器数	SBO影響 負荷切り離し後			計器数	SBO影響 負荷切り離し後		
1.11.2.2 使用済燃料プールからの大量の水の漏えい発生時の対応手順 (1)燃料プールのスプレッド			1	0	-		1	-		
非常時運転手順 (SPP ベース)		燃料プール水位低 警報	1	0	-		1	-		
非常時運転手順 (SPP ベース)		燃料プール温度高 警報	1	0	-		1	-		
非常時運転手順 (SPP ベース)		使用済燃料貯蔵プール水位・ 温度(SA)	1	1	①		1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、燃料 線の感温状況及び境界の防止状況を監視すること ができ、使用済燃料プールの監視可能	
非常時運転手順 (SPP ベース)		使用済燃料貯蔵プール水位・ 温度(SA 広域)	1	1	①		1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、燃料 線の感温状況及び境界の防止状況を監視すること ができ、使用済燃料プールの監視可能	
非常時運転手順 (SPP ベース)		使用済燃料貯蔵プール監視カ メラ	1	1	①		1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、燃料 線の感温状況及び境界の防止状況を監視すること ができ、使用済燃料プールの監視可能	
非常時運転手順 (SPP ベース)		M/C 電圧	1	1	③		1	1		
非常時運転手順 (SPP ベース)		M/C B 電圧	1	1	③		1	1		
非常時運転手順 (SPP ベース)		A/C D-I 電圧	1	1	③		1	1		
非常時運転手順 (SPP ベース)		A/C D-II 電圧	1	1	③		1	1		
非常時運転手順 (SPP ベース)		直流 125V 主母線電圧 A 電圧	1	1	③		1	1		
非常時運転手順 (SPP ベース)		直流 125V 主母線電圧 B 電圧	1	1	③		1	1		
非常時運転手順 (SPP ベース)		直流 125V 充電器電圧 A→充電電 圧	1	1	③		1	1		
非常時運転手順 (SPP ベース)		(M)用直電 125V 充電器警報電 圧	1	1	③		1	1		
非常時運転手順 (SPP ベース)		冷却水 切欠水検 出	1	1	③		1	1		
非常時運転手順 (SPP ベース)		冷却水 切欠水検 出	1	1	③		1	1		
非常時運転手順 (SPP ベース)		冷却水 切欠水検 出	1	1	③		1	1		

重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器数	計器名称	パラメータ分類	計器数	計器名称	計器数	
1.11.2.2 使用済燃料プールからの大量の水の漏えい発生時の対応手順 (2) 漏えい処理	事故時運転操作手順書 (運転ベース)	1	燃料プール水位・温度	0	-	1	1	-
		1	燃料プール水位・温度	0	-	1	1	-
事故時運転操作手順書 (運転ベース)	事故時運転操作手順書 (原子炉建屋制御)	1	使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA)	1	①	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の状態及び燃料貯蔵プールの監視可能。監視事項は主要パラメータにて確認。
		1	使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	-	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の状態及び燃料貯蔵プールの監視可能。監視事項は主要パラメータにて確認。
事故時運転操作手順書 (停止時運転ベース)	事故時運転操作手順書 (シビアアクシデン ト)	1	使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA 広域)	1	①	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の状態及び燃料貯蔵プールの監視可能。監視事項は主要パラメータにて確認。
		1	使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	-	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の状態及び燃料貯蔵プールの監視可能。監視事項は主要パラメータにて確認。
事故時運転操作手順書 (停止時運転ベース)	事故時運転操作手順書 (シビアアクシデン ト)	1	使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA 広域)	1	①	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の状態及び燃料貯蔵プールの監視可能。監視事項は主要パラメータにて確認。
		1	使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	-	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の状態及び燃料貯蔵プールの監視可能。監視事項は主要パラメータにて確認。

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器数	計器名称	パラメータ分類	計器数	計器名称	計器数	
1.11.2.1 使用済燃料プールの冷却機能又は注水機能の喪失時、又は使用済燃料プールの小規模な漏えい発生時の対応手順 (1) 燃料プール代替注水 c. 可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系 (可搬型スプレイン/ズル) を使用した使用済燃料プールへの注水 (淡水/海水)	使用済燃料プールの監視	1	使用済燃料プール温度 (SA)	①	-	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能。
		1	使用済燃料プール水位・温度 (SA 広域)	①	-	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能。
非常時運転操作手順書 II (微候 ペース)	「使用済燃料 プール制御」 AM設備別操 作手順書	1	使用済燃料プール監視カメラ	①	-	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能。
		1	使用済燃料プール監視カメラ	①	-	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能。
燃料取替フロア燃料プールエリア放射線モニタ	燃料取替フロア燃料プールエリア放射線モニタ	1	燃料取替フロア放射線モニタ	③	-	1	1	燃料取替フロア放射線モニタの状態を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能。
		4	燃料取替フロア放射線モニタ	③	-	4	4	燃料取替フロア放射線モニタの状態を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能。
原子炉建屋換気系燃料 取替床排気ダクト放射 線モニタ	原子炉建屋換気系燃料 取替床排気ダクト放射 線モニタ	4	原子炉建屋換気系燃料取替床排気ダクト放射線モニタ	③	-	4	4	原子炉建屋換気系燃料取替床排気ダクト放射線モニタの状態を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能。
		4	原子炉建屋換気系燃料取替床排気ダクト放射線モニタ	③	-	4	4	原子炉建屋換気系燃料取替床排気ダクト放射線モニタの状態を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能。

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器数	計器名称	パラメータ分類	計器数	計器名称	計器数	
1.11.2.2 燃料プールの大量の水の漏えい発生時の対応手順 (2) 漏えい処理	事故時運転操作手順書 (運転ベース)	1	燃料プール水位・温度	0	-	1	1	-
		1	燃料プール水位・温度	0	-	1	1	-
事故時運転操作手順書 (運転ベース)	事故時運転操作手順書 (原子炉建屋制御)	1	使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA)	1	①	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の状態及び燃料貯蔵プールの監視可能。監視事項は主要パラメータにて確認。
		1	使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	-	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の状態及び燃料貯蔵プールの監視可能。監視事項は主要パラメータにて確認。
事故時運転操作手順書 (停止時運転ベース)	事故時運転操作手順書 (シビアアクシデン ト)	1	使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA 広域)	1	①	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の状態及び燃料貯蔵プールの監視可能。監視事項は主要パラメータにて確認。
		1	使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	-	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の状態及び燃料貯蔵プールの監視可能。監視事項は主要パラメータにて確認。

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項
1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価			
			計器名称	計器数	SBO影響 直後 区分I 高圧電源 を失った場合	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 直後 区分I 高圧電源 を失った場合	計器故障等	SBO	
非常時運転手順書 II (放射線ベース) 「使用済燃料プール制御」 AM設備別操作手順書 「使用済燃料貯蔵プール監視」 「使用済燃料貯蔵プール監視」 「使用済燃料貯蔵プール監視」 「使用済燃料貯蔵プール監視」 「使用済燃料貯蔵プール監視」 「使用済燃料貯蔵プール監視」 「使用済燃料貯蔵プール監視」 「使用済燃料貯蔵プール監視」 「使用済燃料貯蔵プール監視」	燃料プール水位低、警報	①	1	1	0	燃料プール水位低、警報	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA, 広域)	監視事項は主要パラメータにて確認
	燃料プール温度高、警報	①	1	1	0	燃料プール温度高、警報	1	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料体の防止状況を監視することにより、使用済燃料プールの監視可能
	使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA)	①	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA)	1	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料体の防止状況を監視することにより、使用済燃料プールの監視可能
	使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA, 広域)	①	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA, 広域)	1	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料体の防止状況を監視することにより、使用済燃料プールの監視可能
	スキマキヤージタンク水位	②	2	2	1	使用済燃料貯蔵プールの状態を確認するパラメータ	1	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料体の防止状況を監視することにより、使用済燃料プールの監視可能
	使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	③	1	1	1	使用済燃料貯蔵プールの状態を確認するパラメータ	1	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料体の防止状況を監視することにより、使用済燃料プールの監視可能
	使用済燃料貯蔵プールモニタ	③	1	1	1	使用済燃料貯蔵プールの状態を確認するパラメータ	1	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料体の防止状況を監視することにより、使用済燃料プールの監視可能
	使用済燃料貯蔵プールモニタ	③	1	1	1	使用済燃料貯蔵プールの状態を確認するパラメータ	1	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料体の防止状況を監視することにより、使用済燃料プールの監視可能
	使用済燃料貯蔵プールモニタ	③	1	1	1	使用済燃料貯蔵プールの状態を確認するパラメータ	1	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料体の防止状況を監視することにより、使用済燃料プールの監視可能
	使用済燃料貯蔵プールモニタ	③	1	1	1	使用済燃料貯蔵プールの状態を確認するパラメータ	1	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料体の防止状況を監視することにより、使用済燃料プールの監視可能

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価				
		計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO			
非常時運転手順書 II (放射線ベース) 「使用済燃料プール制御」 AM設備別操作手順書	電源	緊急用M/C電圧	1	1	③	緊急用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	1	1	1	1	1	緊急用M/Cの受電状態を確認することにより、電源の監視可能
		緊急用P/C電圧	1	1	③	緊急用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	1	1	1	1	1	緊急用P/Cの受電状態を確認することにより、電源の監視可能
		緊急用直流125V主母線電圧	1	1	③	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	1	1	1	1	1	直流電源の受電状態を確認することにより、電源の監視可能
		M/C 2D電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	1	1	1	1	1	非常用M/Cの受電状態を確認することにより、電源の監視可能
		P/C 2D電圧	1	1	③	非常用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	1	1	1	1	1	非常用P/Cの受電状態を確認することにより、電源の監視可能
直流125V主母線電圧	1	1	③	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	1	1	1	1	1	1	直流電源の受電状態を確認することにより、電源の監視可能	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価					
		計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO				
非常時運転手順書 II (放射線ベース) 「使用済燃料プール制御」 AM設備別操作手順書 「使用済燃料貯蔵プール監視」 「使用済燃料貯蔵プール監視」 「使用済燃料貯蔵プール監視」 「使用済燃料貯蔵プール監視」 「使用済燃料貯蔵プール監視」 「使用済燃料貯蔵プール監視」 「使用済燃料貯蔵プール監視」 「使用済燃料貯蔵プール監視」	電源	燃料プール水位低、警報	1	1	0	燃料プール水位低、警報	1	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA, 広域)	監視事項は主要パラメータにて確認
		燃料プール温度高、警報	1	1	0	燃料プール温度高、警報	1	1	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料体の防止状況を監視することにより、使用済燃料プールの監視可能
		使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA)	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA)	1	1	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料体の防止状況を監視することにより、使用済燃料プールの監視可能
		使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA, 広域)	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA, 広域)	1	1	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料体の防止状況を監視することにより、使用済燃料プールの監視可能
		スキマキヤージタンク水位	2	2	1	使用済燃料貯蔵プールの状態を確認するパラメータ	1	1	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料体の防止状況を監視することにより、使用済燃料プールの監視可能
		使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	使用済燃料貯蔵プールの状態を確認するパラメータ	1	1	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料体の防止状況を監視することにより、使用済燃料プールの監視可能
		使用済燃料貯蔵プールモニタ	1	1	1	使用済燃料貯蔵プールの状態を確認するパラメータ	1	1	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料体の防止状況を監視することにより、使用済燃料プールの監視可能
		使用済燃料貯蔵プールモニタ	1	1	1	使用済燃料貯蔵プールの状態を確認するパラメータ	1	1	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料体の防止状況を監視することにより、使用済燃料プールの監視可能
		使用済燃料貯蔵プールモニタ	1	1	1	使用済燃料貯蔵プールの状態を確認するパラメータ	1	1	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料体の防止状況を監視することにより、使用済燃料プールの監視可能
		使用済燃料貯蔵プールモニタ	1	1	1	使用済燃料貯蔵プールの状態を確認するパラメータ	1	1	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料体の防止状況を監視することにより、使用済燃料プールの監視可能

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等 重大事故等対処に係る監視事項

Table with columns: 項目分類, 項目, 計器数, 計器名称, 補助パラメータ分類, SBO影響, 抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器, 計器名称, 計器数, SBO影響, 評価. It details monitoring items for spent fuel storage tank cooling, including fuel temperature, flow rates, and pressure levels.

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

Table with columns: 項目, 計器名称, 計器数, 抽出パラメータ分類, 補助パラメータ分類, 抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器, 計器名称, 計器数, SBO影響, 評価. This table is similar to the one for the Fukushima Daiichi plant but includes specific details for the Tokai-2 plant's monitoring and SBO (Station Blackout) response procedures.

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

Table with columns: 項目, 計器数, 計器名称, 抽出パラメータ分類, 補助パラメータ分類, 抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器, 計器名称, 計器数, SBO影響, 評価. This table details the monitoring and SBO response procedures for the Shimane plant's spent fuel storage tanks.

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	評価			
		計器名称	計器数	SBO影響			計器名称	計器数	SBO影響	
				直後	負荷切り離し後				直後	負荷切り離し後
非常時運転手 手順Ⅱ(復旧) 「使用済燃料 プール監視」 AM設備別操 作手順書	使用済燃料貯蔵槽の監視 の監視	燃料プール水位低 警報	1	1	0	-	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の状態及び燃料体等の監視の防止状況を監視すること らメータにて確認	計器故障等	SBO	
		燃料プール温度高 警報	1	1	0	-	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の状態及び燃料体等の監視の防止状況を監視すること らメータにて確認	計器故障等	SBO	
		使用済燃料貯蔵プール水位・温度(SA)	1	1	1	①	-	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の状態及び燃料体等の監視の防止状況を監視すること らメータにて確認	計器故障等	SBO
		使用済燃料貯蔵プール水位・温度(SA 広域)	1	1	1	①	-	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の状態及び燃料体等の監視の防止状況を監視すること らメータにて確認	計器故障等	SBO
		スキマキーリターンアラーム	2	2	1	③	-	使用済燃料プールの状態を監視するパラメータ	計器故障等	SBO
		PTCポンプ吐出流量	2	2	1	③	-	使用済燃料プールの状態を監視するパラメータ	計器故障等	SBO
		使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	①	-	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の状態及び燃料体等の監視の防止状況を監視すること らメータにて確認	計器故障等	SBO
		使用済燃料貯蔵プールエリア警報	1	1	1	③	-	使用済燃料プールの状態を監視するパラメータ	計器故障等	SBO
		使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	①	-	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の状態及び燃料体等の監視の防止状況を監視すること らメータにて確認	計器故障等	SBO
		使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	③	-	使用済燃料プールの状態を監視するパラメータ	計器故障等	SBO

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	評価				
		計器名称	計器数	SBO影響			計器名称	計器数	SBO影響		
				直後	負荷切り離し後				直後	負荷切り離し後	
非常時運転手 手順Ⅱ(復旧) 「使用済燃料 プール監視」 AM設備別操 作手順書	使用済燃料貯蔵槽の監視 の監視	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	①	-	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の監視状況及び燃料体等の監視の防止状況を監視することらメータにて確認	計器故障等	SBO	
		使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	1	①	-	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の監視状況及び燃料体等の監視の防止状況を監視することらメータにて確認	計器故障等	SBO	
		使用済燃料プール監視カメラ	1	1	1	1	①	-	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の監視状況及び燃料体等の監視の防止状況を監視することらメータにて確認	計器故障等	SBO
		使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	1	①	-	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の監視状況及び燃料体等の監視の防止状況を監視することらメータにて確認	計器故障等	SBO
		燃料取替フロア燃料プールエリア放射線モニタ	1	0	0	③	-	使用済燃料プールの状態を監視するパラメータ	計器故障等	SBO	
		原子炉建屋換気系燃料取替排気ダクト放射線モニタ	4	4	0	③	-	使用済燃料プールの状態を監視するパラメータ	計器故障等	SBO	
		原子炉建屋換気系排気ダクト放射線モニタ	4	4	0	③	-	使用済燃料プールの状態を監視するパラメータ	計器故障等	SBO	
		燃料取替フロア燃料プールエリア放射線モニタ	1	0	0	③	-	使用済燃料プールの状態を監視するパラメータ	計器故障等	SBO	
		原子炉建屋換気系燃料取替排気ダクト放射線モニタ	4	4	0	③	-	使用済燃料プールの状態を監視するパラメータ	計器故障等	SBO	
		原子炉建屋換気系排気ダクト放射線モニタ	4	4	0	③	-	使用済燃料プールの状態を監視するパラメータ	計器故障等	SBO	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
 【柏崎6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	評価			
		計器名称	計器数	SBO影響			計器名称	計器数	SBO影響	
				直後	負荷切り離し後				直後	負荷切り離し後
非常時運転手 手順Ⅱ(復旧) 「使用済燃料 プール監視」 AM設備別操 作手順書	使用済燃料貯蔵槽の監視 の監視	燃料プール水位低 警報	1	1	0	-	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の状態及び燃料体等の監視の防止状況を監視することらメータにて確認	計器故障等	SBO	
		燃料プール温度高 警報	1	1	0	-	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の状態及び燃料体等の監視の防止状況を監視することらメータにて確認	計器故障等	SBO	
		使用済燃料貯蔵プール水位・温度(SA)	1	1	1	①	-	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の状態及び燃料体等の監視の防止状況を監視することらメータにて確認	計器故障等	SBO
		使用済燃料貯蔵プール水位・温度(SA 広域)	1	1	1	①	-	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の状態及び燃料体等の監視の防止状況を監視することらメータにて確認	計器故障等	SBO
		スキマキーリターンアラーム	2	2	1	③	-	使用済燃料プールの状態を監視するパラメータ	計器故障等	SBO
		PTCポンプ吐出流量	2	2	1	③	-	使用済燃料プールの状態を監視するパラメータ	計器故障等	SBO
		使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	①	-	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の状態及び燃料体等の監視の防止状況を監視することらメータにて確認	計器故障等	SBO
		使用済燃料貯蔵プールエリア警報	1	1	1	③	-	使用済燃料プールの状態を監視するパラメータ	計器故障等	SBO
		使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	①	-	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の状態及び燃料体等の監視の防止状況を監視することらメータにて確認	計器故障等	SBO
		使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	③	-	使用済燃料プールの状態を監視するパラメータ	計器故障等	SBO

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			監視パラメータ			評価
		計器名称	計器数	直後 負荷切り離し後	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	
対応手段 非常時運転手 手順Ⅱ(微候 ベース) 「使用済燃料 プールの制御」 AM設備別操 作手順書	水源の確保	代替淡水貯槽水位	1	1	①	—	1	代替淡水貯槽を水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、代替淡水貯槽水位の代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
操作 (2 / 2)	水源の確保						2	原子炉水位、サブプレッジョン・プール水位の変化より、代替淡水貯槽水位の代替監視可能 代替淡水貯槽を水源とするポンプの吐出圧力より、代替淡水貯槽水位が確保されていることを監視可能

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ	監視パラメータ	計器名称	計器数	SBO影響		評価		
					直後 負荷切り離し後	直後 負荷切り離し後					直後 負荷切り離し後	直後 負荷切り離し後			
事故時運転手 手順Ⅱ(微候 ベース) 「使用済燃料 プールの制御」 AM設備別操 作手順書	電圧	電圧	C-スタック回路電圧	1	1	1	①	—	—	—	1	0	0	—	
			D-スタック回路電圧	1	1	1	①	—	—	—	—	1	0	0	—
			C-ロードセンタ回路電圧	1	1	1	①	—	—	—	—	1	0	0	—
			D-ロードセンタ回路電圧	1	1	1	①	—	—	—	—	1	0	0	—
			原子炉内温度計出力	2	0	0	—	—	—	—	—	1	0	0	—
			燃料プールの温度計出力	1	1	1	—	—	—	—	—	1	0	0	—
			燃料プールの温度計出力	1	1	1	—	—	—	—	—	1	0	0	—
			燃料プールの温度計出力	1	1	1	—	—	—	—	—	1	0	0	—
			燃料プールの温度計出力	1	1	1	—	—	—	—	—	1	0	0	—
			燃料プールの温度計出力	1	1	1	—	—	—	—	—	1	0	0	—
操作	電圧	電圧	燃料プールの温度計出力	1	0	0	—	—	—	—	1	0	0	—	
			燃料プールの温度計出力	1	0	0	—	—	—	—	1	0	0	—	
			燃料プールの温度計出力	1	0	0	—	—	—	—	1	0	0	—	
			燃料プールの温度計出力	1	0	0	—	—	—	—	1	0	0	—	
			燃料プールの温度計出力	1	0	0	—	—	—	—	1	0	0	—	
			燃料プールの温度計出力	1	0	0	—	—	—	—	1	0	0	—	
			燃料プールの温度計出力	1	0	0	—	—	—	—	1	0	0	—	
			燃料プールの温度計出力	1	0	0	—	—	—	—	1	0	0	—	
			燃料プールの温度計出力	1	0	0	—	—	—	—	1	0	0	—	
			燃料プールの温度計出力	1	0	0	—	—	—	—	1	0	0	—	

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
		計器名称	計器数	直後	計器名称	計器数	直後		
1.11.2.1 使用済燃料プールの冷却等 (1) 燃料プール代替注水 d. 消火系による使用済燃料プールへの注水 非常時運転手順書 (燃料プール監視) プール監視 AM設置別機作手順書	使用済燃料プールの監視 監視基準 (1) / (2)	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	①	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料モニタ (高レンジ・低レンジ) の監視可能、使用済燃料プールの監視可能	
		使用済燃料プール水位・温度 (SA拡張)	1	1	①	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料モニタ (高レンジ・低レンジ) の監視可能、使用済燃料プールの監視可能	
		使用済燃料プール監視カメラ	1	1	①	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料モニタ (高レンジ・低レンジ) の監視可能、使用済燃料プールの監視可能	
		使用済燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ)	1	1	①	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料モニタ (高レンジ・低レンジ) の監視可能、使用済燃料プールの監視可能	
		燃料取扱フロア燃料プールエリア放射線モニタ	1	0	③	-	-	-	-
		原子炉建屋換気系燃料取扱床排気ダクト放射線モニタ	4	4	③	-	-	-	-
		原子炉建屋換気系排気ダクト放射線モニタ	4	4	③	-	-	-	-
		燃料取扱フロア燃料プールエリア放射線モニタ	1	1	①	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料モニタ (高レンジ・低レンジ) の監視可能、使用済燃料プールの監視可能
		燃料取扱フロア燃料プールエリア放射線モニタ	1	1	①	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料モニタ (高レンジ・低レンジ) の監視可能、使用済燃料プールの監視可能
		燃料取扱フロア燃料プールエリア放射線モニタ	1	1	①	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料モニタ (高レンジ・低レンジ) の監視可能、使用済燃料プールの監視可能

①：重要監視パラメータ、②：有線監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				監視パラメータ				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	SBO影響		パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO		
				直後	負荷切り離し後					直後	負荷切り離し後				
対心手段 非常時運転手順書II(後継ベース)「使用済燃料プール制御」AM設備別操作手順書 判断基準(2/2)	電源	M/C 2D電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	-
		P/C 2D電圧	1	1	1	③	非常用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	-
		緊急用M/C電圧	1	1	1	③	緊急用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	-
		緊急用P/C電圧	1	1	1	③	緊急用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	-
		直流125V主母線盤2B電圧	1	1	1	③	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	-
		緊急用直流125V主母線盤電圧	1	1	1	③	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	-
		水源の確保	1	0	0	③	代替水源の確保状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7，東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価				
		計器名称	計器数	直後	SBO影響	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器名称	計器数	直後	SBO影響	計器故障等	SBO	
対応手段 非常時運転手 観測Ⅱ(微検 ベース) 「使用済燃料 プール制御」 AM設備別操 作手順書	使用済燃料貯蔵槽の監視	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	①	-	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	1	①	-	使用済燃料プール監視カメラ	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		使用済燃料プール監視カメラ	1	1	1	①	-	-	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	①	-	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		燃料取替フロア燃料プールエリア放射線モニタ	1	0	0	③	-	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-
		原子炉建屋換気系統燃料取替床排気ダクト放射線モニタ	4	4	0	③	-	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-
		原子炉建屋換気系排気ダクト放射線モニタ	4	4	0	③	-	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-
		燃料取替フロア燃料プールエリア放射線モニタ	1	0	0	③	-	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-
		原子炉建屋換気系統燃料取替床排気ダクト放射線モニタ	4	4	0	③	-	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-
		原子炉建屋換気系排気ダクト放射線モニタ	4	4	0	③	-	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				監視パラメータ				評価			
			計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO		
					直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後				
非常時運転手順書Ⅱ(徴候ベース)「使用済燃料アール制御」AM設備別機作手順書	操作 ② ②	補機監視機能 水源の確保	消火系ポンプ吐出ヘッド圧力	1	0	③	消火系の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	
			残留熱除去系系統流量	2	0	-	-	-	-	-	-	-	-	-
			ろ過水貯蔵タンク水位	1	0	③	代替源水源の確保状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
		計器名称	計器数	SBO影響 直後	計器名称	計器数	SBO影響 直後	計器故障等	SBO
1.11.2.2 使用済燃料プールスプレイ (1) 燃料プールスプレイ a. 常設低圧代替注水系(常設スプレイヘッダ)を使用した使用済燃料プールへのスプレイ 非常時運転手順書II(微候 「使用済燃料 プール制御」 AM設備別操 作手順書	使用済燃料プールからの大量の水の漏えい発生時の対応手順	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	①	1	1	使用済燃料プールの冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 にて確認	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	使用済燃料プールの監視	使用済燃料プール水位・ 温度 (SA広域)	1	1	①	1	1	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 にて確認	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	電源	緊急用M/C電圧	1	1	③	1	1	使用済燃料プールの冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 にて確認	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		緊急用P/C電圧	1	1	③	1	1	使用済燃料プールの冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 にて確認	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		緊急用直流125V主母線盤 電圧	1	1	③	1	1	使用済燃料プールの冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 にて確認	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		緊急用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	1	1	③	1	1	使用済燃料プールの冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 にて確認	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		緊急用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	1	1	③	1	1	使用済燃料プールの冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 にて確認	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	1	1	③	1	1	使用済燃料プールの冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 にて確認	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		緊急用M/C電圧	1	1	③	1	1	使用済燃料プールの冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 にて確認	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		緊急用P/C電圧	1	1	③	1	1	使用済燃料プールの冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 にて確認	監視事項は抽 出パラメータ にて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	直後 SBO影響 負荷切り直し後	計器名称	計器数	直後 SBO影響 負荷切り直し後	
非常時運転手 手順書Ⅱ(既設 ベース) 「使用済燃料 プール制御」 AM設備別操 作手順書	水源の確保 2 / 2	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン制御専用)	1	1	代替注水貯槽を水源としている 系統のうち、運転している系統 の注水量より、代替注水貯槽水 位の代替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン制御専用)	1	1	
		低圧代替注水系統格納容器スプレ イ流量(常設ライン用)	1	1	低圧代替注水系統格納容器スプレ イ流量(可搬ライン用)	1	1	
		低圧代替注水系統格納容器下部注 水流量	1	1	低圧代替注水系統格納容器下部注 水流量	1	1	
		原子炉水位(既設)	2	2	原子炉水位(サブレンジ・オン・ プール水位の変化より、代替注 水貯槽水位の代替監視可能)	2	2	
		原子炉水位(SA広域)	1	1	原子炉水位(SA広域)	1	1	
		原子炉水位(SA燃料)	1	1	原子炉水位(SA燃料)	1	1	
		サブレンジ・プール水位	1	1	サブレンジ・プール水位	1	1	
		常設低圧代替注水系統ポンプ吐出 圧力	2	2	常設低圧代替注水系統ポンプ吐出 圧力	2	2	
		使用済燃料プール温度・湿度 (SA広域)	1	1	使用済燃料プール温度・湿度 (SA広域)	1	1	
操作 1 / 2	使用済燃料プールの監視	使用済燃料プール温度	1	1	使用済燃料プール温度・湿度 (高レンジ・監視カメラ)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び過熱 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		使用済燃料プール湿度	1	1	使用済燃料プール湿度(SA)	1	1	
		使用済燃料プール温度・湿度 (SA広域)	1	1	使用済燃料プール温度・湿度 (高レンジ・監視カメラ)	1	1	

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

・設備の相違
 【柏崎6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から
 抽出される監視計器の
 相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの種類理由			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
		計器名称	計器数	SBO影響 直後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 直後	計器故障等	SBO	
対応手段 非常時運転手 順書Ⅱ(徴候 ベース) 「使用済燃料 プール制御」 AM設備別操 作手順書	使用済燃料貯蔵槽の監視 操作 (2 / 3)	使用済燃料プール監視カメラ	1	1	①	-	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		使用済燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ)	1	1	①	-	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		燃料取替フロア燃料プールエリア放射線モニタ	1	0	③	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-
		原子炉建屋換気系燃料取替床排気ダクト放射線モニタ	4	4	③	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-
		原子炉建屋換気系排気ダクト放射線モニタ	4	4	③	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-
		低圧代替注水系使用済燃料プール流量 (常設ライン用)	1	1	③	低圧代替注水系の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-
		常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力	2	2	-	-	-	-	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7，東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO	
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後			
対応手段 非常時運転手 順書II(敬候 ベース) 「使用済燃料 プール制御」 AM設備別操 作手順書	水源の確 保 機 作 (3 / 3)	代替淡水貯槽水位	1	1	1	1	1	1	1	1	代替淡水貯槽を水源としている 系統のうち、運転している系統 の注水量より、代替淡水貯槽水 位の代替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
			低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	1	1	1	1	1		1
			低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン拡張用)	1	1	1	1	1	1	1		1
			低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	1	1	1	1	1		1
			低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン拡張用)	1	1	1	1	1	1	1		1
			低圧代替注水系統格納容器スプレ イ流量(常設ライン用)	1	1	1	1	1	1	1		1
			低圧代替注水系統格納容器スプレ イ流量(可搬ライン用)	1	1	1	1	1	1	1		1
			低圧代替注水系統格納容器下部注 水流量	1	1	1	1	1	1	1		1
			原子炉水位(広帯域)	2	2	2	2	2	2	2		2
			原子炉水位(燃料域)	2	2	2	2	2	2	2		2
原子炉水位(SA広帯域)	1	1	1	1	1	1	1	1				
原子炉水位(SA燃料域)	1	1	1	1	1	1	1	1				
サブレーション・プール水位	1	1	1	1	1	1	1	1				
常設低圧代替注水系ポンプ吐出 圧力	2	2	2	2	2	2	2	2	2			

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審
 査資料 1.1~1.14 から
 抽出される監視計器の
 相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	監視パラメータ				項目	評価
		計器名称	計器数	計器数	計器数		
1.11.2.2 使用済燃料プールスプレッド	(1) 燃料プールスプレッド	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状態を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
非常時運転手順書 II (放射線用) (使用済燃料プール制御) AM設備別編作手順書	使用済燃料プール監視の監視	使用済燃料プール温度・湿度 (SA広域)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状態を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状態を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
判断基準 (1/2)	電源	緊急用M/C電圧	1	1	③	緊急用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-
		緊急用P/C電圧	1	1	③	緊急用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	-
電源	電源	緊急用直流125V主母線電圧	1	1	③	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	-
		M/C 2D電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-
		P/C 2D電圧	1	1	③	非常用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	-
電源	電源	直流125V主母線電圧 2B電圧	1	1	③	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	-
		直流125V主母線電圧	1	1	③	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
		計器名称	計器数	直後	負荷切り履し後	計器名称	計器数	直後	負荷切り履し後	計器故障等	SBO	
対応手段 非常時運転手 手順書Ⅱ(危機 ベース) 「使用済燃料 プール制御」 AM設備明瞭 作手順書	水源の確保	西側淡水貯水設備水位	1	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン燃帯域用) 低圧代替注水系統格納罐スプレ イ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系統格納罐下部注 水流量	1	1	1	1	1	西側淡水貯水設備を水源として いる系統のうち、運転している 系統の注水量より、西側淡水貯 水設備水位の代替監視可能 監視事項は抽出パラメータ にて確認
		代替淡水貯水水位	1	1	1	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッション・プール水位 (常設ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン燃帯域用) 低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン燃帯域用) 低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン燃帯域用) 低圧代替注水系統格納罐スプレ イ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系統格納罐スプレ イ流量(燃帯域用) 低圧代替注水系統格納罐下部注 水流量	2	2	2	2	2	原子炉水位、サブプレッション・ プール水位の変化より、西側淡 水貯水設備水位の代替監視可能 代替淡水貯水水位として いる系統のうち、運転している系統 の注水量より、代替淡水貯水 位の代替監視可能 監視事項は抽出パラメータ にて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	SDI影響		計器名称	計器数	SDI影響			
				直接	負荷切り離し後			直接	負荷切り離し後		
対応手段 非常時運転手 手順Ⅱ (常設 ペーシス) [使用済燃料 プール制御] AM設備明機 作手順書	使用済燃料プールの監視 操作 (1, 3)	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	①	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	
		使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	①	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	
		使用済燃料プール監視カメラ	1	1	①	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	1	使用済燃料プールの冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	
		燃料取替フロア燃料プールエリア放射線モニタ	1	1	③	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	使用済燃料プールの冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	
		原子炉建屋換気系統燃料取替気排気ダクト放射線モニタ	4	4	③	使用済燃料プール水位・温度 (SA)	1	1	1	使用済燃料プールの冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	
		原子炉建屋換気系統気排気ダクト放射線モニタ	4	4	③	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	使用済燃料プールの冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	
		低圧代替注水系統使用済燃料プール流量 (常設ライオン用)	1	1	③	使用済燃料プール監視カメラ	1	1	1	使用済燃料プールの冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	
		低圧代替注水系統使用済燃料プール流量 (可搬ライオン用)	1	1	③						
		相機監視機能									

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

対応手段	項目	監視パラメータ				抽出パラメータ				評価			
		分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO	
				計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後				計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後			
非常時運転手順書II(微候ベース) 「使用済燃料プール制御」 AM設備別操作手順書	操作 (2 / 3) 水源の確保	西側淡水貯水設備水位	1	1	①	-	低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン取付域用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水流量 原子炉水位(ばね帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SAばね帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッション・プール水位	1	1	1	1	西側淡水貯水設備を水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、西側淡水貯水設備水位の代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価				
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO			
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後					
対応手段 非常時運転手順書Ⅱ(微候ベース)「使用済燃料プール制御」AM設備別操作手順書	水源の確保 操作 (3 / 3)	監視パラメータ 抽出パラメータ 補助パラメータ 分類理由	パラメータ 分類	SBO影響 直後 負荷切り離し後	抽出パラメータ 計器数 計器名称	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO	低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用)	1	1	代替淡水貯槽を水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、代替淡水貯槽水の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
									低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン使用帯域用)	1	1			
									低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン用)	1	1			
									低圧代替注水系原子炉注水流量(可搬ライン使用帯域用)	1	1			
									低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(常設ライン用)	1	1			
									低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(可搬ライン用)	1	1			
									低圧代替注水系格納容器下部注水量	1	1			
									原子炉水位(広帯域)	2	2			原子炉水位、サブプレッジョン・プールの水位の変化より、代替淡水貯槽水位の代替監視可能
									原子炉水位(燃料域)	2	2			
									原子炉水位(SA広帯域)	1	1			
									原子炉水位(SA燃料域)	1	1			
									サプレッジョン・プール水位	1	1			
									常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力	2	2			代替淡水貯槽を水源とするポンプの吐出圧力より、代替淡水貯槽水位が確保されていることを監視可能

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

・設備の相違
 【柏崎6/7，東海第二】
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出バウメータを計測する計器		補助バウメータ		計器名称	計器数	抽出バウメータの代替バウメータを計測する計器		計器故障等	SPD
			計器数	直後	直後	負荷切り直し後			バウメータ	分類		
1.11.2.2 使用済燃料プールから大量の水の漏えい発生時の対応手順 (1) 燃料プールスプレイ （可搬型代替立水システム）による代替燃料プール注水系（可搬型スプレイ/ズウ）を使用した使用済燃料プールのスプレイ（凉水/海水） 非常時運転中 燃料プールスプレイ（可搬型代替立水システム） 「使用済燃料プール制御」 AM設備切替 作手順書		使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	①	-	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況を確認し、燃料プール温度が上昇している場合は、使用済燃料プールの監視可能範囲内にて確認。	-
		使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	①	-	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況を確認し、燃料プール水位・温度が上昇している場合は、使用済燃料プールの監視可能範囲内にて確認。	-
		使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	①	-	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況を確認し、燃料プール水位・温度が上昇している場合は、使用済燃料プールの監視可能範囲内にて確認。	-
		使用済燃料プール水位・温度 (SA)	1	1	①	-	使用済燃料プール水位・温度 (SA)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況を確認し、燃料プール水位・温度が上昇している場合は、使用済燃料プールの監視可能範囲内にて確認。	-
		燃料取替プロセス燃料プール水位・温度 (高レンジ・低レンジ)	1	1	①	-	燃料取替プロセス燃料プール水位・温度 (高レンジ・低レンジ)	1	1	1	燃料取替プロセス燃料プール内の冷却状況を確認し、燃料プール水位・温度が上昇している場合は、燃料取替プロセス燃料プールの監視可能範囲内にて確認。	-
		燃料取替プロセス燃料プール水位・温度 (高レンジ・低レンジ)	1	1	①	-	燃料取替プロセス燃料プール水位・温度 (高レンジ・低レンジ)	1	1	1	燃料取替プロセス燃料プール内の冷却状況を確認し、燃料プール水位・温度が上昇している場合は、燃料取替プロセス燃料プールの監視可能範囲内にて確認。	-
		原子炉母屋換気系統放射線モニタ	4	4	③	-	原子炉母屋換気系統放射線モニタ	4	4	4	-	-
		原子炉母屋換気系統放射線モニタ	4	4	③	-	原子炉母屋換気系統放射線モニタ	4	4	4	-	-
		緊急用M/C電圧	1	1	③	-	緊急用M/C電圧	1	1	1	-	-
		緊急用P/C電圧	1	1	③	-	緊急用P/C電圧	1	1	1	-	-
	緊急用交流125V主母線電圧	1	1	③	-	緊急用交流125V主母線電圧	1	1	1	-	-	

①：重要監視バウメータ、②：有線監視バウメータ、③：補助バウメータ

・設備の相違
【柏崎6/7，東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータ			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
		計器名称	計器数	直後 SPO影響 負荷切り離し後	ハワメータ	補助ハワメータ	計器名称	計器数	直後 SPO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO	
非常時運転手 手順Ⅱ (復旧 ベース) 「使用済燃料 プール制御」 AM設備別操 作手順書	水源の確 保 (2 / 2)	代替淡水貯槽水位	1	1				低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	代替淡水貯槽を水源としている 系統のうち、運転している系統 の注水量より、代替淡水貯槽水 位の代替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
								低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン制御用)	1	1		
								低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可換ライン用)	1	1		
								低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可換ライン制御用)	1	1		
								低圧代替注水系統熱交換器スプレ イ流量 (常設ライン用)	1	1		
								低圧代替注水系統熱交換器スプレ イ流量 (可換ライン用)	1	1		
								低圧代替注水系統熱交換器下部注 水流量	1	1		
								原子炉水位 (広帯域)	2	2		
								原子炉水位 (燃料域)	2	2		
								原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1		
機 作 (1 / 2)	使用済燃 料プールの監視	使用済燃料プール水位・ 温度 (S.A.)	1	1				原子炉水位、サブプレッション・ プール水位の変化より、代替淡 水貯槽水位の代替監視可能	1	1	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
								常設低圧代替注水系統ポンプ吐出 圧力	2	2		
								使用済燃料プール水位・温度 (S.A.広域)	1	1		
								使用済燃料プールエリア放射線 モニタ (高レンジ・低レンジ)	1	1		
								使用済燃料プール監視カメラ	1	1		
								使用済燃料プール温度 (S.A.)	1	1		
								使用済燃料プールエリア放射線 モニタ (高レンジ・低レンジ)	1	1		
								使用済燃料プール監視カメラ	1	1		
								使用済燃料プール監視カメラ	1	1		
								使用済燃料プール監視カメラ	1	1		

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータを計測する計器			計器名称	計器数	直読	SBO影響	負荷切り離し後	計器数	直読	SBO影響	評価	SBO	
		計器名称	計器数	直読	計器数	直読	SBO影響											
非常時運転手 担当Ⅱ(常換 機)「使用済燃料 プールの監視」 AM設備別換 作手順書	使用済燃料貯蔵槽の監視	燃料使用フロア燃料プールの監視	使用済燃料プールの監視カメラ	1	1	①	使用済燃料プールの水位・温度 (S.A.監視)	1	1	1	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却材の放射線量を監視することから、使用済燃料プールの監視にて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認	
			使用済燃料プールの監視カメラ	1	1	①	使用済燃料プールの水位・温度 (S.A.監視)	1	1	1	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却材の放射線量を監視することから、使用済燃料プールの監視にて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認	
			使用済燃料プールの監視カメラ	1	1	①	使用済燃料プールの水位・温度 (S.A.監視)	1	1	1	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却材の放射線量を監視することから、使用済燃料プールの監視にて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認	
			燃料使用フロア燃料プールの監視カメラ	1	0	③	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ	1	0	③	1	0	0	0	0	0	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ	-
			原子炉建屋換気設備燃料取扱部放射線モニタ	4	4	③	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ	4	4	③	4	4	0	0	0	0	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ	-
			原子炉建屋換気設備燃料取扱部放射線モニタ	4	4	③	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ	4	4	③	4	4	0	0	0	0	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ	-
			原子炉建屋換気設備燃料取扱部放射線モニタ	4	4	③	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ	4	4	③	4	4	0	0	0	0	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ	-
			原子炉建屋換気設備燃料取扱部放射線モニタ	4	4	③	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ	4	4	③	4	4	0	0	0	0	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ	-
			原子炉建屋換気設備燃料取扱部放射線モニタ	4	4	③	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ	4	4	③	4	4	0	0	0	0	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ	-
			原子炉建屋換気設備燃料取扱部放射線モニタ	4	4	③	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ	4	4	③	4	4	0	0	0	0	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ	-
水源の確保	代替給水貯槽水位	1	1	①	代替給水貯槽水位	1	1	①	1	1	1	1	1	1	代替給水貯槽を水源としている系統のうち、運転している系統に代替給水貯槽の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認		

①: 重要監視パラメータ、②: 有効監視パラメータ、③: 補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	直後	SBO影響	計器名称	直後	SBO影響	
1.11.2.2 使用済燃料プールからの大量の水の漏えい発生時の対応手順 (2) 漏えい緩和								
a. 使用済燃料プール漏えい緩和								
非常時運転手順書 II (廃燃料「使用済燃料プール制御」) AM設備別操作手順書								
使用済燃料プールの監視								
別紙 基準 (1) 2								
使用済燃料プール温度 (SA)	①	1	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を監視することができ、出パラメータモニタ、使用済燃料プールの監視可能
使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	①	1	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を監視することができ、出パラメータモニタ、使用済燃料プールの監視可能
使用済燃料プール監視カメラ	①	1	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を監視することができ、出パラメータモニタ、使用済燃料プールの監視可能
使用済燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ)	① ①	1	1	1	1	1	1	使用済燃料プールの冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を監視することができ、出パラメータモニタ、使用済燃料プールの監視可能
燃料貯蔵フロア燃料プールエリア放射線モニタ	③	1	0	0	-	-	-	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ
原子炉建屋換気室燃料取扱機排気ダクト放射線モニタ	③	4	4	0	-	-	-	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ
原子炉建屋換気室排気ダクト放射線モニタ	③	4	4	0	-	-	-	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
		分類	計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
					直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		
非常時運転手順書II(微候ベース)「使用済燃料プールの制御」AM設備別操作手順書	電源 判断基準 (2 / 2)		緊急用M/C電圧	1	1	緊急用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-
			緊急用P/C電圧	1	1	緊急用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-
			緊急用直流125V主母線盤電圧	1	1	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価					
			計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO		
非常時運転手 観望II (微炭 ペース) 【使用済燃料 プール前側】 AM設備別機 作手順書	操作	使用済燃料貯蔵槽の監視	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	①	-	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することから、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認		
			使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	1	①	-	使用済燃料プール監視カメラ	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することから、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認		
			使用済燃料プール監視カメラ	1	1	1	①	-	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することから、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認		
			使用済燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ)	1	1	1	① ①	-	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することから、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認		
			燃料取替フロア燃料プールエリア放射線モニタ	1	0	0	③	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	
			原子炉建屋換気系燃料取替床排気ダクト放射線モニタ	4	4	0	③	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	
			原子炉建屋換気系排気ダクト放射線モニタ	4	4	0	③	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対応に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	監視パラメータ	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価		
		計器名称	計器数	SBO影響	計器名称	計器数	SBO影響	計器故障等
非常時運転中 項目B (燃料 貯蔵槽) 使用済燃料 プール監視 AM設備別機 作手順書	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料棒の腐食状況を監視することにより、使用済燃料プールの監視可能。	
使用済燃料プールの監視	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料棒の腐食状況を監視することにより、使用済燃料プールの監視可能。	
使用済燃料プールの監視	使用済燃料プール監視カメラ	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料棒の腐食状況を監視することにより、使用済燃料プールの監視可能。	
電源	緊急用M/C電圧	1	1	1	1	1	緊急用M/Cの受電状態を監視することにより、使用済燃料プールの監視可能。	
	緊急用P/C電圧	1	1	1	1	1	緊急用P/Cの受電状態を監視することにより、使用済燃料プールの監視可能。	
	緊急用直流12V主回路電圧	1	1	1	1	1	緊急用直流12V主回路電圧を監視することにより、使用済燃料プールの監視可能。	
使用済燃料貯蔵槽の監視	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料棒の腐食状況を監視することにより、使用済燃料プールの監視可能。	
	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料棒の腐食状況を監視することにより、使用済燃料プールの監視可能。	
	使用済燃料プール監視カメラ	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料棒の腐食状況を監視することにより、使用済燃料プールの監視可能。	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1. 11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	直後 負荷切り直し後	計器名称	計器数	直後 負荷切り直し後	
1.11.2.4 使用済燃料プールからの発生する水蒸気による使用済燃料プールの除熱 a. 代替燃料プール冷却系による使用済燃料プールの除熱 (g) 代替燃料プール冷却系による使用済燃料プールの除熱 非常時運転手順書 II (廃除ベース)「使用済燃料プール制御」AM設備別機作手順書	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能
	使用済燃料プール温度 (SA広域)	1	1	1	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能
	使用済燃料プール監視カメラ	1	1	1	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能
	スキャマージャクタ水位	1	0	0	使用済燃料プール監視カメラ	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能
	緊急用M/C電圧	1	1	1	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能
	緊急用P/C電圧	1	1	1	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能
	緊急用直流125V主母線電圧	1	1	1	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能
	緊急用排水流量 (代替燃料プール冷却系熱交換器)	1	1	1	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能
	監視機能				使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能
	電源				使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		
対応手段 非常時運転手 手順Ⅱ(徴候 ベース) 「使用済燃料 プール制御」 AM設備別操 作手順書	使用済燃料 プールの監視	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び臨界 防止状況を確認することができ 、使用済燃料プールの監視可 にて確認	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		使用済燃料プール水 位・温度 (SA広域)	1	1	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び臨界 防止状況を確認することができ 、使用済燃料プールの監視可 にて確認	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		使用済燃料プール監視 カメラ	1	1	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び臨界 防止状況を確認することができ 、使用済燃料プールの監視可 にて確認	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		代替燃料プール冷却系 熱交換器出口温度 緊急用海水系流量(代 替燃料プール冷却系熱 交換器)	1	1	1	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び臨界 防止状況を確認することができ 、使用済燃料プールの監視可 にて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
		計器名称	計器数	直後 負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
1.11.2.4 使用済燃料プールの除熱 (1) 使用済燃料プール冷却系による使用済燃料プールの除熱 a. 代替燃料プール冷却系による使用済燃料プールの除熱 (b) 緊急用海水系による冷却水(海水)の確保									
非常時運転手順書II(徴候ベース)「使用済燃料プール制御」AM設備別操作手順書									
項目	使用済燃料プールの監視	使用済燃料プール温度(SA)	①	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能
項目	使用済燃料プールの監視	使用済燃料プール水位・温度(SA)	①	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能
項目	電源	緊急用M/C電圧	③	1	1	1	1	1	使用済燃料プールの冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能
項目	電源	緊急用P/C電圧	③	1	1	1	1	1	使用済燃料プールの冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能
項目	電源	緊急用直流125V主母線電圧	③	1	1	1	1	1	使用済燃料プールの冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		
対芯手段 非常時運転手順書Ⅱ(微候ベース)「使用済燃料プール制御」 AM設備別操作手順書	使用済燃料プールの監視機能	使用済燃料プール温度(SA)	1	1	1	1	使用済燃料プール水位・温度(SA広域) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ・低レンジ)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		使用済燃料プール水位・温度(SA広域)	1	1	1	1	使用済燃料プール監視カメラ	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		使用済燃料プール監視カメラ	1	1	1	1	使用済燃料プール水位・温度(SA広域)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		緊急用海水系流量(代替燃料プール冷却系熱交換器)	1	1	1	1	使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ・低レンジ)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
		計器名称	計器数	直後 SBO影響 負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後 SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO	
1.11.2.4 使用済燃料プールから発生する水蒸気による悪影響を防止するための対応手順 a. 代替燃料プール冷却系による使用済燃料プールの除熱 (c) 代替燃料プール冷却系として使用する可搬型代替注水大型ポンプによる冷却水(海水)の確保 非常時運転手順書 II (備後ベース)「使用済燃料プール制御」 AM設備別操作手順書	使用済燃料プールの監視	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	1	1	1	使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		使用済燃料プール監視カメラ	1	1	1	1	1	1	使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	電源	緊急用M/C電圧	1	1	1	1	1	1	使用済燃料プールの冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		緊急用P/C電圧	1	1	1	1	1	1	使用済燃料プールの冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		緊急用直流125V主母線電圧	1	1	1	1	1	1	使用済燃料プールの冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	項目		緊急用M/C電圧	1	1	1	1	1	緊急用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	
	項目		緊急用P/C電圧	1	1	1	1	1	緊急用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	
	項目		緊急用直流125V主母線電圧	1	1	1	1	1	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
 【柏崎6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器故障等	SRB	
			計器数	補助パラメータ分類	計器数	計器故障等			
1.12.2.1 炉心の著しい損傷及び原子炉格納容器の破損時又は使用済燃料プール内の燃料体等の著しい損傷時の手順等 (1) 大気への放射性物質の拡散抑制 a. 可搬型代替注水大型ポンプ(放水用)及び放水砲による大気への放射性物質の拡散抑制	原子炉圧力容器内の放射線計測(原子炉圧力容器内格納容器)及び放水砲による大気への放射性物質の拡散抑制	原子炉圧力容器内の放射線計測(原子炉圧力容器内格納容器)及び放水砲による大気への放射性物質の拡散抑制	2	①	2	0	0	0	原子炉圧力容器内の放射線計測(原子炉圧力容器内格納容器)及び放水砲による大気への放射性物質の拡散抑制
			2	1	2	0	0	0	原子炉圧力容器内の放射線計測(原子炉圧力容器内格納容器)及び放水砲による大気への放射性物質の拡散抑制
1.12.2.1 炉心の著しい損傷及び原子炉格納容器の破損時又は使用済燃料プール内の燃料体等の著しい損傷時の手順等 (1) 大気への放射性物質の拡散抑制 a. 可搬型代替注水大型ポンプ(放水用)及び放水砲による大気への放射性物質の拡散抑制	原子炉圧力容器内の放射線計測(原子炉圧力容器内格納容器)及び放水砲による大気への放射性物質の拡散抑制	原子炉圧力容器内の放射線計測(原子炉圧力容器内格納容器)及び放水砲による大気への放射性物質の拡散抑制	2	①	2	0	0	0	原子炉圧力容器内の放射線計測(原子炉圧力容器内格納容器)及び放水砲による大気への放射性物質の拡散抑制
			2	1	2	0	0	0	原子炉圧力容器内の放射線計測(原子炉圧力容器内格納容器)及び放水砲による大気への放射性物質の拡散抑制
1.12.2.1 炉心の著しい損傷及び原子炉格納容器の破損時又は使用済燃料プール内の燃料体等の著しい損傷時の手順等 (1) 大気への放射性物質の拡散抑制 a. 可搬型代替注水大型ポンプ(放水用)及び放水砲による大気への放射性物質の拡散抑制	原子炉圧力容器内の放射線計測(原子炉圧力容器内格納容器)及び放水砲による大気への放射性物質の拡散抑制	原子炉圧力容器内の放射線計測(原子炉圧力容器内格納容器)及び放水砲による大気への放射性物質の拡散抑制	2	①	2	0	0	0	原子炉圧力容器内の放射線計測(原子炉圧力容器内格納容器)及び放水砲による大気への放射性物質の拡散抑制
			2	1	2	0	0	0	原子炉圧力容器内の放射線計測(原子炉圧力容器内格納容器)及び放水砲による大気への放射性物質の拡散抑制
1.12.2.1 炉心の著しい損傷及び原子炉格納容器の破損時又は使用済燃料プール内の燃料体等の著しい損傷時の手順等 (1) 大気への放射性物質の拡散抑制 a. 可搬型代替注水大型ポンプ(放水用)及び放水砲による大気への放射性物質の拡散抑制	原子炉圧力容器内の放射線計測(原子炉圧力容器内格納容器)及び放水砲による大気への放射性物質の拡散抑制	原子炉圧力容器内の放射線計測(原子炉圧力容器内格納容器)及び放水砲による大気への放射性物質の拡散抑制	3	1	1	1	1	1	原子炉圧力容器内の放射線計測(原子炉圧力容器内格納容器)及び放水砲による大気への放射性物質の拡散抑制
			2	1	1	1	1	1	1
1.12.2.1 炉心の著しい損傷及び原子炉格納容器の破損時又は使用済燃料プール内の燃料体等の著しい損傷時の手順等 (1) 大気への放射性物質の拡散抑制 a. 可搬型代替注水大型ポンプ(放水用)及び放水砲による大気への放射性物質の拡散抑制	原子炉圧力容器内の放射線計測(原子炉圧力容器内格納容器)及び放水砲による大気への放射性物質の拡散抑制	原子炉圧力容器内の放射線計測(原子炉圧力容器内格納容器)及び放水砲による大気への放射性物質の拡散抑制	4	①	4	4	4	4	原子炉圧力容器内の放射線計測(原子炉圧力容器内格納容器)及び放水砲による大気への放射性物質の拡散抑制
			4	①	4	4	4	4	原子炉圧力容器内の放射線計測(原子炉圧力容器内格納容器)及び放水砲による大気への放射性物質の拡散抑制

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			計器故障等	SRB	
			計器名称	計器数	補助パラメータ分類	計器名称	計器数	補助パラメータ分類			
1.12.2.1 炉心の著しい損傷及び原子炉格納容器の破損時又は使用済燃料プール内の燃料体等の著しい損傷時の手順等 (1) 大気への放射性物質の拡散抑制 a. 可搬型代替注水大型ポンプ(放水用)及び放水砲による大気への放射性物質の拡散抑制 重大事故等対策要領	原子炉格納容器内の放射線計測(原子炉圧力容器内格納容器)及び放水砲による大気への放射性物質の拡散抑制	原子炉格納容器内の放射線計測(原子炉圧力容器内格納容器)及び放水砲による大気への放射性物質の拡散抑制	格納容器空気放射線モニタ(S/C)	2	①	-	2	2	2	直接的に格納容器内空気放射線レベルを計測することができ、監視可能	
			格納容器空気放射線モニタ(D/W)	2	①	-	2	2	2	直接的に格納容器内空気放射線レベルを計測することができ、監視可能	
			原子炉圧力容器内圧力(圧力)	2	①	-	2	2	2	2	原子炉圧力容器内圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能
			原子炉圧力容器内圧力の温度	4	①	-	4	4	4	4	原子炉圧力容器内圧力の温度から原子炉圧力より代替監視可能

①:重要監視パラメータ,②:有効監視パラメータ,③:補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	計器名称	計器数	補助パラメータ分類	計器名称	計器数	補助パラメータ分類	計器故障等	SRB			
										計器名称	計器数	補助パラメータ分類
1.12.2.1 炉心の著しい損傷及び原子炉格納容器の破損時又は使用済燃料プール内の燃料体等の著しい損傷時の手順等 (1) 大気への放射性物質の拡散抑制 a. 可搬型代替注水大型ポンプ(放水用)及び放水砲による大気への放射性物質の拡散抑制	原子炉格納容器内の放射線計測(原子炉圧力容器内格納容器)及び放水砲による大気への放射性物質の拡散抑制	原子炉格納容器内の放射線計測(原子炉圧力容器内格納容器)及び放水砲による大気への放射性物質の拡散抑制	2	①	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内空気放射線レベルを計測することができ、監視可能		
			2	①	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内空気放射線レベルを計測することができ、監視可能	
			4	①	4	4	4	4	4	4	4	原子炉圧力容器内圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能
			4	①	4	4	4	4	4	4	4	原子炉圧力容器内圧力の温度から原子炉圧力より代替監視可能

備考

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1. 12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータを計測する計器			評価
		計器数	計器名称	補助パラメータ分類理由	計器数	計器名称	補助パラメータ分類理由	
多量なバリエーションが認められる「大規模放水車（原子炉冷却水循環装置）及び取水栓による大気への放射性物質の拡散抑制」	原子炉圧力容器内の注水量	1	高圧代替注水系統流量	-	1	原子炉水位 (広帯域)	-	監視事項は主要パラメータにて確認可能
		1	低圧代替注水系統流量	-	1	原子炉水位 (燃料域)	-	監視事項は主要パラメータにて確認可能
		1	低圧代替注水系統流量	-	1	原子炉水位 (燃料域)	-	監視事項は主要パラメータにて確認可能
		1	低圧代替注水系統流量	-	1	原子炉水位 (燃料域)	-	監視事項は主要パラメータにて確認可能
		1	低圧代替注水系統流量	-	1	原子炉水位 (燃料域)	-	監視事項は主要パラメータにて確認可能
		1	低圧代替注水系統流量	-	1	原子炉水位 (燃料域)	-	監視事項は主要パラメータにて確認可能
		1	低圧代替注水系統流量	-	1	原子炉水位 (燃料域)	-	監視事項は主要パラメータにて確認可能
		1	低圧代替注水系統流量	-	1	原子炉水位 (燃料域)	-	監視事項は主要パラメータにて確認可能
		1	低圧代替注水系統流量	-	1	原子炉水位 (燃料域)	-	監視事項は主要パラメータにて確認可能
		1	低圧代替注水系統流量	-	1	原子炉水位 (燃料域)	-	監視事項は主要パラメータにて確認可能
原子炉圧力容器内の注水量	原子炉圧力容器内の注水量	1	高圧代替注水系統流量	-	1	原子炉水位 (広帯域)	-	監視事項は主要パラメータにて確認可能
		1	低圧代替注水系統流量	-	1	原子炉水位 (燃料域)	-	監視事項は主要パラメータにて確認可能
		1	低圧代替注水系統流量	-	1	原子炉水位 (燃料域)	-	監視事項は主要パラメータにて確認可能
		1	低圧代替注水系統流量	-	1	原子炉水位 (燃料域)	-	監視事項は主要パラメータにて確認可能
		1	低圧代替注水系統流量	-	1	原子炉水位 (燃料域)	-	監視事項は主要パラメータにて確認可能
		1	低圧代替注水系統流量	-	1	原子炉水位 (燃料域)	-	監視事項は主要パラメータにて確認可能
		1	低圧代替注水系統流量	-	1	原子炉水位 (燃料域)	-	監視事項は主要パラメータにて確認可能
		1	低圧代替注水系統流量	-	1	原子炉水位 (燃料域)	-	監視事項は主要パラメータにて確認可能
		1	低圧代替注水系統流量	-	1	原子炉水位 (燃料域)	-	監視事項は主要パラメータにて確認可能
		1	低圧代替注水系統流量	-	1	原子炉水位 (燃料域)	-	監視事項は主要パラメータにて確認可能

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1. 12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータを計測する計器			評価
		計器数	計器名称	補助パラメータ分類理由	計器数	計器名称	補助パラメータ分類理由	
原子炉圧力容器内の注水量	原子炉圧力容器内の注水量	2	高圧代替注水系統流量	-	1	原子炉水位 (広帯域)	-	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能 原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と崩壊熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視可能にて確認
		2	低圧代替注水系統流量	-	1	原子炉水位 (燃料域)	-	
		1	高圧代替注水系統流量	-	1	原子炉水位 (燃料域)	-	
		1	低圧代替注水系統流量	-	1	原子炉水位 (燃料域)	-	
		1	低圧代替注水系統流量	-	1	原子炉水位 (燃料域)	-	
		1	低圧代替注水系統流量	-	1	原子炉水位 (燃料域)	-	
		1	低圧代替注水系統流量	-	1	原子炉水位 (燃料域)	-	
		1	低圧代替注水系統流量	-	1	原子炉水位 (燃料域)	-	
		1	低圧代替注水系統流量	-	1	原子炉水位 (燃料域)	-	
		1	低圧代替注水系統流量	-	1	原子炉水位 (燃料域)	-	
原子炉圧力容器内の注水量	原子炉圧力容器内の注水量	2	高圧代替注水系統流量	-	1	原子炉水位 (広帯域)	-	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能 原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と崩壊熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視可能にて確認
		2	低圧代替注水系統流量	-	1	原子炉水位 (燃料域)	-	
		1	高圧代替注水系統流量	-	1	原子炉水位 (燃料域)	-	
		1	低圧代替注水系統流量	-	1	原子炉水位 (燃料域)	-	
		1	低圧代替注水系統流量	-	1	原子炉水位 (燃料域)	-	
		1	低圧代替注水系統流量	-	1	原子炉水位 (燃料域)	-	
		1	低圧代替注水系統流量	-	1	原子炉水位 (燃料域)	-	
		1	低圧代替注水系統流量	-	1	原子炉水位 (燃料域)	-	
		1	低圧代替注水系統流量	-	1	原子炉水位 (燃料域)	-	
		1	低圧代替注水系統流量	-	1	原子炉水位 (燃料域)	-	

重大事故等対処に係る監視事項

1. 12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータを計測する計器			評価
		計器数	計器名称	補助パラメータ分類理由	計器数	計器名称	補助パラメータ分類理由	
原子炉圧力容器内の注水量	原子炉圧力容器内の注水量	2	高圧代替注水系統流量	-	1	原子炉水位 (広帯域)	-	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能 原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と崩壊熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視可能にて確認
		2	低圧代替注水系統流量	-	1	原子炉水位 (燃料域)	-	
		1	高圧代替注水系統流量	-	1	原子炉水位 (燃料域)	-	
		1	低圧代替注水系統流量	-	1	原子炉水位 (燃料域)	-	
		1	低圧代替注水系統流量	-	1	原子炉水位 (燃料域)	-	
		1	低圧代替注水系統流量	-	1	原子炉水位 (燃料域)	-	
		1	低圧代替注水系統流量	-	1	原子炉水位 (燃料域)	-	
		1	低圧代替注水系統流量	-	1	原子炉水位 (燃料域)	-	
		1	低圧代替注水系統流量	-	1	原子炉水位 (燃料域)	-	
		1	低圧代替注水系統流量	-	1	原子炉水位 (燃料域)	-	
原子炉圧力容器内の注水量	原子炉圧力容器内の注水量	2	高圧代替注水系統流量	-	1	原子炉水位 (広帯域)	-	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能 原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と崩壊熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視可能にて確認
		2	低圧代替注水系統流量	-	1	原子炉水位 (燃料域)	-	
		1	高圧代替注水系統流量	-	1	原子炉水位 (燃料域)	-	
		1	低圧代替注水系統流量	-	1	原子炉水位 (燃料域)	-	
		1	低圧代替注水系統流量	-	1	原子炉水位 (燃料域)	-	
		1	低圧代替注水系統流量	-	1	原子炉水位 (燃料域)	-	
		1	低圧代替注水系統流量	-	1	原子炉水位 (燃料域)	-	
		1	低圧代替注水系統流量	-	1	原子炉水位 (燃料域)	-	
		1	低圧代替注水系統流量	-	1	原子炉水位 (燃料域)	-	
		1	低圧代替注水系統流量	-	1	原子炉水位 (燃料域)	-	

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等
重大事故等対処に係る監視事項

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
		計器名称	計器数	補脚パラメータ分類理由	計器名称	計器数	計器故障等	SDO		
多様なハザード対応手順 【大容量送水車（原子炉建屋放水設備）及び放水砲による大気への放射性物質の拡散抑制】	使用済燃料プールの監視	燃料プール水位低 警報	1	1	—	—	—	—	—	
		使用済燃料貯蔵プール水位・温度(SA)	1	1	①	—	—	使用済燃料プール内の燃料体等の発熱状況、放射線の遮蔽状況及び建屋の防漏状況を確認すること ができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	
		使用済燃料貯蔵プール水位・温度(SA広域)	1	1	①	—	—	—	—	監視事項は主要パラメータにて確認
		使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	—	—	—	—	—	監視事項は主要パラメータにて確認
		使用済燃料貯蔵プール水位・温度(SA)	1	1	—	—	—	—	—	監視事項は主要パラメータにて確認
		使用済燃料貯蔵プール水位・温度(SA広域)	1	1	—	—	—	—	—	監視事項は主要パラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
		計器名称	計器数	補脚パラメータ分類理由	計器名称	計器数	計器故障等	SDO	
重大事故等対策事項 【大気汚染防止設備（放射能測定器）の監視】	重大事故等対策	原子炉圧力（SA広帯域）	1	1	—	—	—	—	—
		原子炉圧力（SA広帯域）	1	1	—	—	—	—	—
		原子炉圧力（SA広帯域）	1	1	—	—	—	—	—
		原子炉圧力（SA広帯域）	1	1	—	—	—	—	—
		原子炉圧力（SA広帯域）	1	1	—	—	—	—	—
		原子炉圧力（SA広帯域）	1	1	—	—	—	—	—
		原子炉圧力（SA広帯域）	1	1	—	—	—	—	—
		原子炉圧力（SA広帯域）	1	1	—	—	—	—	—
		原子炉圧力（SA広帯域）	1	1	—	—	—	—	—
		原子炉圧力（SA広帯域）	1	1	—	—	—	—	—
		原子炉圧力（SA広帯域）	1	1	—	—	—	—	—
		原子炉圧力（SA広帯域）	1	1	—	—	—	—	—
		原子炉圧力（SA広帯域）	1	1	—	—	—	—	—

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
		計器名称	計器数	補脚パラメータ分類理由	計器名称	計器数	計器故障等	SDO	
重大事故等対策事項 【大気汚染防止設備（放射能測定器）の監視】	重大事故等対策	原子炉圧力（SA広帯域）	1	1	—	—	—	—	—
		原子炉圧力（SA広帯域）	1	1	—	—	—	—	—
		原子炉圧力（SA広帯域）	1	1	—	—	—	—	—
		原子炉圧力（SA広帯域）	1	1	—	—	—	—	—
		原子炉圧力（SA広帯域）	1	1	—	—	—	—	—
		原子炉圧力（SA広帯域）	1	1	—	—	—	—	—
		原子炉圧力（SA広帯域）	1	1	—	—	—	—	—
		原子炉圧力（SA広帯域）	1	1	—	—	—	—	—
		原子炉圧力（SA広帯域）	1	1	—	—	—	—	—
		原子炉圧力（SA広帯域）	1	1	—	—	—	—	—
		原子炉圧力（SA広帯域）	1	1	—	—	—	—	—
		原子炉圧力（SA広帯域）	1	1	—	—	—	—	—
		原子炉圧力（SA広帯域）	1	1	—	—	—	—	—

備考
・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項
重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	評価
				計器数	直後		負荷切り直し後	計器数		
多量なバウアー対応手 【大規模送水車（原子 力発電所水設備用）及 び取水船による大気へ の放射性物質の拡散防 御】	原子炉圧 力容器へ の注水	1	高圧代替注水系統流量 計注水流量	1	1	①	高圧代替注水系統流量計注水流量	1	1	高圧代替注水系統流量計注水流量計の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			復水機給水系統流量計注水流量	1	1	①	復水機給水系統流量計注水流量	1	1	復水機給水系統流量計注水流量計の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			原子炉冷却系流量計注水流量	1	1	①	原子炉冷却系流量計注水流量	1	1	原子炉冷却系流量計注水流量計の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			原子炉冷却系流量計注水流量	1	1	①	原子炉冷却系流量計注水流量	1	1	原子炉冷却系流量計注水流量計の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			原子炉冷却系流量計注水流量	1	1	①	原子炉冷却系流量計注水流量	1	1	原子炉冷却系流量計注水流量計の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			原子炉冷却系流量計注水流量	1	1	①	原子炉冷却系流量計注水流量	1	1	原子炉冷却系流量計注水流量計の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			原子炉冷却系流量計注水流量	1	1	①	原子炉冷却系流量計注水流量	1	1	原子炉冷却系流量計注水流量計の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			原子炉冷却系流量計注水流量	1	1	①	原子炉冷却系流量計注水流量	1	1	原子炉冷却系流量計注水流量計の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			原子炉冷却系流量計注水流量	1	1	①	原子炉冷却系流量計注水流量	1	1	原子炉冷却系流量計注水流量計の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			原子炉冷却系流量計注水流量	1	1	①	原子炉冷却系流量計注水流量	1	1	原子炉冷却系流量計注水流量計の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	評価	
			計器数	直後		負荷切り直し後	計器数			直後
重大事故等対 処要項	原子炉圧 力容器へ の注水	1	低圧代替注水系統流量計注水流量	1	1	①	低圧代替注水系統流量計注水流量	1	1	低圧代替注水系統流量計注水流量計の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			低圧代替注水系統流量計注水流量	1	1	①	低圧代替注水系統流量計注水流量	1	1	低圧代替注水系統流量計注水流量計の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			低圧代替注水系統流量計注水流量	1	1	①	低圧代替注水系統流量計注水流量	1	1	低圧代替注水系統流量計注水流量計の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			低圧代替注水系統流量計注水流量	1	1	①	低圧代替注水系統流量計注水流量	1	1	低圧代替注水系統流量計注水流量計の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			低圧代替注水系統流量計注水流量	1	1	①	低圧代替注水系統流量計注水流量	1	1	低圧代替注水系統流量計注水流量計の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			低圧代替注水系統流量計注水流量	1	1	①	低圧代替注水系統流量計注水流量	1	1	低圧代替注水系統流量計注水流量計の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			低圧代替注水系統流量計注水流量	1	1	①	低圧代替注水系統流量計注水流量	1	1	低圧代替注水系統流量計注水流量計の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			低圧代替注水系統流量計注水流量	1	1	①	低圧代替注水系統流量計注水流量	1	1	低圧代替注水系統流量計注水流量計の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			低圧代替注水系統流量計注水流量	1	1	①	低圧代替注水系統流量計注水流量	1	1	低圧代替注水系統流量計注水流量計の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			低圧代替注水系統流量計注水流量	1	1	①	低圧代替注水系統流量計注水流量	1	1	低圧代替注水系統流量計注水流量計の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	評価
				計器数	直後		負荷切り直し後	計器数		
原子炉圧 力容器へ の注水	燃料プールの 監視	1	燃料プール水位 (SA)	1	1	①	燃料プール水位 (SA)	1	1	燃料プール水位 (SA) の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			燃料プール水位 (SA)	1	1	①	燃料プール水位 (SA)	1	1	燃料プール水位 (SA) の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			燃料プール水位 (SA)	1	1	①	燃料プール水位 (SA)	1	1	燃料プール水位 (SA) の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			燃料プール水位 (SA)	1	1	①	燃料プール水位 (SA)	1	1	燃料プール水位 (SA) の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			燃料プール水位 (SA)	1	1	①	燃料プール水位 (SA)	1	1	燃料プール水位 (SA) の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			燃料プール水位 (SA)	1	1	①	燃料プール水位 (SA)	1	1	燃料プール水位 (SA) の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			燃料プール水位 (SA)	1	1	①	燃料プール水位 (SA)	1	1	燃料プール水位 (SA) の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			燃料プール水位 (SA)	1	1	①	燃料プール水位 (SA)	1	1	燃料プール水位 (SA) の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			燃料プール水位 (SA)	1	1	①	燃料プール水位 (SA)	1	1	燃料プール水位 (SA) の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
			燃料プール水位 (SA)	1	1	①	燃料プール水位 (SA)	1	1	燃料プール水位 (SA) の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等
重大事故等対処に係る監視事項

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器数	計器名	計器数	計器名	計器数	計器名	
多量なバード汚染手 上放射性物質の拡散抑制 による発生への放射性物 質の拡散抑制)	原子炉圧 力降下 の注水量	1	高圧代替注水系統流量	1	復水貯槽水位 (SA)	1	復水貯槽水位 (SA)	水質である復水貯槽水位 (SA) の水位変化より代 替監視可能
		1	低圧代替注水系統流量 (四機 A 系代 替注水量)	1	①	3	原子炉水位 (圧帯域)	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		1	復水補給水系統流量 (四機 A 系代 替注水量)	1	①	2	原子炉水位 (圧帯域)	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		1	復水補給水系統流量 (四機 B 系代 替注水量)	1	①	1	原子炉水位 (SA)	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		1	復水補給水系統流量 (四機 B 系代 替注水量)	1	①	1	原子炉水位 (SA)	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		1	原子炉隔離時停炉系統流量	1	①	3	原子炉水位 (圧帯域)	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		1	原子炉隔離時停炉系統流量	1	①	2	原子炉水位 (圧帯域)	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		1	原子炉隔離時停炉系統流量	1	①	1	原子炉水位 (SA)	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		1	原子炉隔離時停炉系統流量	1	①	1	原子炉水位 (SA)	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		1	原子炉隔離時停炉系統流量	1	①	1	原子炉水位 (SA)	監視事項は主要バ ラメータにて確認
重大事故等対 策要領	原子炉格 納容器内 の注水量	3	低圧代替注水系統流量	3	①	3	原子炉水位 (圧帯域)	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		2	高圧炉心注水系統流量	2	①	2	原子炉水位 (圧帯域)	監視事項は主要バ ラメータにて確認
		1	高圧炉心注水系統流量	1	①	1	原子炉水位 (SA)	監視事項は主要バ ラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器数	計器名	計器数	計器名	計器数	計器名	
重大事故等対 策要領	原子炉格 納容器へ の注水量	1	低圧代替注水系統格納容器 スプレイ流量 (常設ライ ン用)	1	①	1	代替淡水貯槽水位	代替淡水貯槽水位、西側淡水貯槽設備 水位の水位変化より、低圧代替注水系 格納容器スプレイ流量の代替監視可能 出パラメータ にて確認
		1	低圧代替注水系統格納容器 スプレイ流量 (可搬ライ ン用)	1	①	1	サブプレッジョン・プール 水位	サブプレッジョン・プール水の水位変化 により、低圧代替注水系統格納容器ス プレイ流量の代替監視可能
		1	低圧代替注水系統格納容器 下部注水量	1	①	1	代替淡水貯槽水位	代替淡水貯槽水位、西側淡水貯槽設備 水位の水位変化より、低圧代替注水系 格納容器下部注水量の代替監視可能 出パラメータ にて確認
		1	原子炉格 納容器内 の注水量	1	①	10	格納容器下部水位	格納容器下部水位の水位変化により、 低圧代替注水系統格納容器下部注水量 の代替監視可能
		1	原子炉格 納容器内 の注水量	1	①	1	サブプレッジョン・チェン バ圧力	直接的に格納容器内圧力を計測するこ とができ、監視可能
		1	原子炉格 納容器内 の注水量	1	①	8	ドライウエル周囲気温度	飽和温度/圧力の関係から、ドライウエ ル周囲気温度により代替監視可能 出パラメータ にて確認
		2	原子炉格 納容器内 の注水量	2	①	0	[ドライウエル圧力]	監視可能であればドライウエル圧力 (常用計器) により代替監視可能
		1	原子炉格 納容器内 の注水量	1	①	1	①	監視可能
		1	原子炉格 納容器内 の注水量	1	①	1	①	監視可能
		1	原子炉格 納容器内 の注水量	1	①	1	①	監視可能

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器数	計器名	計器数	計器名	計器数	計器名	
重大事故等対 策要領	原子炉格 納容器内 の注水量	2	低圧代替注水系統格納容器 スプレイ流量 (常設ライ ン用)	2	①	2	代替淡水貯槽水位	代替淡水貯槽水位、西側淡水貯槽設備 水位の水位変化より、低圧代替注水系 格納容器スプレイ流量の代替監視可能 出パラメータ にて確認
		2	低圧代替注水系統格納容器 スプレイ流量 (可搬ライ ン用)	2	①	2	サブプレッジョン・プール 水位	サブプレッジョン・プール水の水位変化 により、低圧代替注水系統格納容器ス プレイ流量の代替監視可能
		2	低圧代替注水系統格納容器 下部注水量	2	①	2	代替淡水貯槽水位	代替淡水貯槽水位、西側淡水貯槽設備 水位の水位変化より、低圧代替注水系 格納容器下部注水量の代替監視可能 出パラメータ にて確認
		2	原子炉格 納容器内 の注水量	2	①	10	格納容器下部水位	格納容器下部水位の水位変化により、 低圧代替注水系統格納容器下部注水量 の代替監視可能
		2	原子炉格 納容器内 の注水量	2	①	1	サブプレッジョン・チェン バ圧力	直接的に格納容器内圧力を計測するこ とができ、監視可能
		2	原子炉格 納容器内 の注水量	2	①	8	ドライウエル周囲気温度	飽和温度/圧力の関係から、ドライウエ ル周囲気温度により代替監視可能 出パラメータ にて確認
		2	原子炉格 納容器内 の注水量	2	①	0	[ドライウエル圧力]	監視可能であればドライウエル圧力 (常用計器) により代替監視可能
		1	原子炉格 納容器内 の注水量	1	①	1	①	監視可能
		1	原子炉格 納容器内 の注水量	1	①	1	①	監視可能
		1	原子炉格 納容器内 の注水量	1	①	1	①	監視可能

備考
・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

重大事故等対処に係る監視事項
重大事故等対処への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価			
			計器数	直後	SDO影響 区分I直流電源 を電命した場合	ヘラメータ 分類		計器名称	計器数	直後	SDO影響 区分I直流電源 を電命した場合	計器故障等	SDO		
多量なバズード対応手順 【放射性物質吸着材による漏洩への放射性物質の拡散抑制】	使用済燃料プールの監視	2 / 3	燃料プール水位低 警報	2	3	1	0	-	燃料プール水位低 警報	1	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体系等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び漏洩の防止状況を監視することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
			使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA)	1	1	1	①	-	使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA)	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体系等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び漏洩の防止状況を監視することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
			使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA)	1	1	1	①	-	使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA)	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体系等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び漏洩の防止状況を監視することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
			使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA)	1	1	1	①	-	使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA)	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体系等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び漏洩の防止状況を監視することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
			使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA)	1	1	1	①	-	使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA)	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体系等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び漏洩の防止状況を監視することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
			使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA)	1	1	1	①	-	使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA)	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体系等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び漏洩の防止状況を監視することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
			使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA)	1	1	1	①	-	使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA)	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体系等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び漏洩の防止状況を監視することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
			使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA)	1	1	1	①	-	使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA)	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体系等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び漏洩の防止状況を監視することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
			使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA)	1	1	1	①	-	使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA)	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体系等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び漏洩の防止状況を監視することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
			使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA)	1	1	1	①	-	使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA)	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体系等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び漏洩の防止状況を監視することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
操作	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価			
			計器数	直後	SDO影響 区分I直流電源 を電命した場合	ヘラメータ 分類		計器名称	計器数	直後	SDO影響 区分I直流電源 を電命した場合	計器故障等	SDO		
重大事故等対策要項	操作 (2 / 3)	原子炉建屋内の水の温度	原子炉建屋内の水の温度	1	1	1	①	-	原子炉建屋内の水の温度	1	1	1	1	直接的に格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
			原子炉建屋内の水の温度	1	1	1	①	-	原子炉建屋内の水の温度	1	1	1	1	直接的に格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
			原子炉建屋内の水の温度	1	1	1	①	-	原子炉建屋内の水の温度	1	1	1	1	直接的に格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
			原子炉建屋内の水の温度	1	1	1	①	-	原子炉建屋内の水の温度	1	1	1	1	直接的に格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
			原子炉建屋内の水の温度	1	1	1	①	-	原子炉建屋内の水の温度	1	1	1	1	直接的に格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
重大事故等対策要項	操作 (2 / 3)	原子炉建屋内の水の温度	原子炉建屋内の水の温度	5	3	3	①	-	原子炉建屋内の水の温度	4	4	4	4	直接的に格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
			原子炉建屋内の水の温度	1	1	1	①	-	原子炉建屋内の水の温度	1	1	1	1	直接的に格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
			原子炉建屋内の水の温度	1	1	1	①	-	原子炉建屋内の水の温度	1	1	1	1	直接的に格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
			原子炉建屋内の水の温度	1	1	1	①	-	原子炉建屋内の水の温度	1	1	1	1	直接的に格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
			原子炉建屋内の水の温度	1	1	1	①	-	原子炉建屋内の水の温度	1	1	1	1	直接的に格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	計器数	直後	SDO影響 区分I直流電源 を電命した場合	ヘラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後	SDO影響 区分I直流電源 を電命した場合	計器故障等	SDO	評価										
													計器故障等	SDO									
原子炉建屋内の水の温度	①	1	1	1	①	-	原子炉建屋内の水の温度	1	1	1	1	1	直接的に格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認									
															原子炉建屋内の水の温度	1	1	1	1	1	1	直接的に格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
															原子炉建屋内の水の温度	1	1	1	1	1	1	直接的に格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
															原子炉建屋内の水の温度	1	1	1	1	1	1	直接的に格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
															原子炉建屋内の水の温度	1	1	1	1	1	1	直接的に格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
															原子炉建屋内の水の温度	1	1	1	1	1	1	直接的に格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
															原子炉建屋内の水の温度	1	1	1	1	1	1	直接的に格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
															原子炉建屋内の水の温度	1	1	1	1	1	1	直接的に格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
															原子炉建屋内の水の温度	1	1	1	1	1	1	直接的に格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
															原子炉建屋内の水の温度	1	1	1	1	1	1	直接的に格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認

備考
・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1. 12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
		計器数	計器名称	計器位置		計器数	計器名称	計器位置		
対応手段 多様なハザード対応予 期 〔予備停止態による周 辺への放射性物質の拡 散抑制〕	原子炉圧 力容器へ の上水量	1	高圧冷却系流量計	①	原子炉圧力容器内 の放射線 モニタ (D/W)	①	原子炉圧力容器内 の放射線 モニタ (D/W)	1	原子炉圧力容器内 の放射線 モニタ (D/W)	監視事項は主要ハ ザードにて確認
				②	原子炉圧力容器内 の放射線 モニタ (S/C)	2	原子炉圧力容器内 の放射線 モニタ (S/C)	2	原子炉圧力容器内 の放射線 モニタ (S/C)	監視事項は主要ハ ザードにて確認
				③	原子炉圧力容器内 の放射線 モニタ (S/W)	1	原子炉圧力容器内 の放射線 モニタ (S/W)	1	原子炉圧力容器内 の放射線 モニタ (S/W)	監視事項は主要ハ ザードにて確認
				④	原子炉圧力容器内 の放射線 モニタ (S/A)	1	原子炉圧力容器内 の放射線 モニタ (S/A)	1	原子炉圧力容器内 の放射線 モニタ (S/A)	監視事項は主要ハ ザードにて確認
				⑤	原子炉圧力容器内 の放射線 モニタ (S/B)	1	原子炉圧力容器内 の放射線 モニタ (S/B)	1	原子炉圧力容器内 の放射線 モニタ (S/B)	監視事項は主要ハ ザードにて確認
				⑥	原子炉圧力容器内 の放射線 モニタ (S/D)	1	原子炉圧力容器内 の放射線 モニタ (S/D)	1	原子炉圧力容器内 の放射線 モニタ (S/D)	監視事項は主要ハ ザードにて確認
				⑦	原子炉圧力容器内 の放射線 モニタ (S/E)	1	原子炉圧力容器内 の放射線 モニタ (S/E)	1	原子炉圧力容器内 の放射線 モニタ (S/E)	監視事項は主要ハ ザードにて確認
				⑧	原子炉圧力容器内 の放射線 モニタ (S/F)	1	原子炉圧力容器内 の放射線 モニタ (S/F)	1	原子炉圧力容器内 の放射線 モニタ (S/F)	監視事項は主要ハ ザードにて確認
				⑨	原子炉圧力容器内 の放射線 モニタ (S/G)	1	原子炉圧力容器内 の放射線 モニタ (S/G)	1	原子炉圧力容器内 の放射線 モニタ (S/G)	監視事項は主要ハ ザードにて確認
				⑩	原子炉圧力容器内 の放射線 モニタ (S/H)	1	原子炉圧力容器内 の放射線 モニタ (S/H)	1	原子炉圧力容器内 の放射線 モニタ (S/H)	監視事項は主要ハ ザードにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1. 12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
			計器数	計器名称	計器位置		計器数	計器名称	計器位置	
L1.12.1 中心の著しい増大及び原子炉燃料容器の破損時は使用済燃料プールの燃料体等の正しい位置の手順等 (1) 水への放射性物質の拡散抑制 (2) 水への放射性物質の拡散抑制 (3) 水への放射性物質の拡散抑制 (4) 水への放射性物質の拡散抑制 (5) 水への放射性物質の拡散抑制 (6) 水への放射性物質の拡散抑制 (7) 水への放射性物質の拡散抑制 (8) 水への放射性物質の拡散抑制 (9) 水への放射性物質の拡散抑制 (10) 水への放射性物質の拡散抑制	原子炉圧 力容器内 の上水量	1	高圧冷却系流量計	①	原子炉圧力容器内 の放射線 モニタ (D/W)	①	原子炉圧力容器内 の放射線 モニタ (D/W)	1	原子炉圧力容器内 の放射線 モニタ (D/W)	監視事項は主要ハ ザードにて確認
				②	原子炉圧力容器内 の放射線 モニタ (S/C)	2	原子炉圧力容器内 の放射線 モニタ (S/C)	2	原子炉圧力容器内 の放射線 モニタ (S/C)	監視事項は主要ハ ザードにて確認
				③	原子炉圧力容器内 の放射線 モニタ (S/W)	1	原子炉圧力容器内 の放射線 モニタ (S/W)	1	原子炉圧力容器内 の放射線 モニタ (S/W)	監視事項は主要ハ ザードにて確認
				④	原子炉圧力容器内 の放射線 モニタ (S/A)	1	原子炉圧力容器内 の放射線 モニタ (S/A)	1	原子炉圧力容器内 の放射線 モニタ (S/A)	監視事項は主要ハ ザードにて確認
				⑤	原子炉圧力容器内 の放射線 モニタ (S/B)	1	原子炉圧力容器内 の放射線 モニタ (S/B)	1	原子炉圧力容器内 の放射線 モニタ (S/B)	監視事項は主要ハ ザードにて確認
				⑥	原子炉圧力容器内 の放射線 モニタ (S/D)	1	原子炉圧力容器内 の放射線 モニタ (S/D)	1	原子炉圧力容器内 の放射線 モニタ (S/D)	監視事項は主要ハ ザードにて確認
				⑦	原子炉圧力容器内 の放射線 モニタ (S/E)	1	原子炉圧力容器内 の放射線 モニタ (S/E)	1	原子炉圧力容器内 の放射線 モニタ (S/E)	監視事項は主要ハ ザードにて確認
				⑧	原子炉圧力容器内 の放射線 モニタ (S/F)	1	原子炉圧力容器内 の放射線 モニタ (S/F)	1	原子炉圧力容器内 の放射線 モニタ (S/F)	監視事項は主要ハ ザードにて確認
				⑨	原子炉圧力容器内 の放射線 モニタ (S/G)	1	原子炉圧力容器内 の放射線 モニタ (S/G)	1	原子炉圧力容器内 の放射線 モニタ (S/G)	監視事項は主要ハ ザードにて確認
				⑩	原子炉圧力容器内 の放射線 モニタ (S/H)	1	原子炉圧力容器内 の放射線 モニタ (S/H)	1	原子炉圧力容器内 の放射線 モニタ (S/H)	監視事項は主要ハ ザードにて確認

重大事故等対処に係る監視事項

1. 12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	計器数	計器名称	補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータを計測する計器			評価		
					計器数	計器名称	計器位置			
対応手段 原子炉圧力容器内 の放射性物質の拡散抑制 (1) 水への放射性物質の拡散抑制 (2) 水への放射性物質の拡散抑制 (3) 水への放射性物質の拡散抑制 (4) 水への放射性物質の拡散抑制 (5) 水への放射性物質の拡散抑制 (6) 水への放射性物質の拡散抑制 (7) 水への放射性物質の拡散抑制 (8) 水への放射性物質の拡散抑制 (9) 水への放射性物質の拡散抑制 (10) 水への放射性物質の拡散抑制	燃料プールの 監視	1	燃料プール水位 (S/A)	①	燃料プール水位 (S/A)	①	燃料プール水位 (S/A)	1	燃料プール水位 (S/A)	監視事項は主要ハ ザードにて確認
				②	燃料プール水位 (S/B)	1	燃料プール水位 (S/B)	1	燃料プール水位 (S/B)	監視事項は主要ハ ザードにて確認
				③	燃料プール水位 (S/C)	1	燃料プール水位 (S/C)	1	燃料プール水位 (S/C)	監視事項は主要ハ ザードにて確認
				④	燃料プール水位 (S/D)	1	燃料プール水位 (S/D)	1	燃料プール水位 (S/D)	監視事項は主要ハ ザードにて確認
				⑤	燃料プール水位 (S/E)	1	燃料プール水位 (S/E)	1	燃料プール水位 (S/E)	監視事項は主要ハ ザードにて確認
				⑥	燃料プール水位 (S/F)	1	燃料プール水位 (S/F)	1	燃料プール水位 (S/F)	監視事項は主要ハ ザードにて確認
				⑦	燃料プール水位 (S/G)	1	燃料プール水位 (S/G)	1	燃料プール水位 (S/G)	監視事項は主要ハ ザードにて確認
				⑧	燃料プール水位 (S/H)	1	燃料プール水位 (S/H)	1	燃料プール水位 (S/H)	監視事項は主要ハ ザードにて確認
				⑨	燃料プール水位 (S/I)	1	燃料プール水位 (S/I)	1	燃料プール水位 (S/I)	監視事項は主要ハ ザードにて確認
				⑩	燃料プール水位 (S/J)	1	燃料プール水位 (S/J)	1	燃料プール水位 (S/J)	監視事項は主要ハ ザードにて確認

備考
・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

重大事故等対処に係る監視事項
重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

対応手段	項目分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータ分類理由	抽出パラメータ分類	SBO影響				計器故障等	SBO		
		計器名称	計器数	直後	区分1直後電源を任命した場合			計器数	直後	区分1直後電源を任命した場合					
多様なハザード対応手順 (内務防止態による海洋への放射性物質の拡散抑制)	使用済燃料プールの監視	燃料プール水位低 警報	2	2	1	0	-	-	使用済燃料プール水位・温度(SA広域)	1	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料体の腐食状況を監視することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		使用済燃料貯蔵プール水位・温度(SA)	1	1	1	1	①	①	使用済燃料貯蔵プール監視力	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料体の腐食状況を監視することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		使用済燃料貯蔵プール監視力	1	1	1	1	-	-	使用済燃料貯蔵プール監視力	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料体の腐食状況を監視することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		使用済燃料貯蔵プール監視力	1	1	1	1	①	①	使用済燃料貯蔵プール監視力	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料体の腐食状況を監視することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		使用済燃料貯蔵プール監視力	1	1	1	1	①	①	使用済燃料貯蔵プール監視力	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料体の腐食状況を監視することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
操作	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータ分類理由	抽出パラメータ分類	SBO影響				計器故障等	SBO		
		計器名称	計器数	直後	区分1直後電源を任命した場合			計器数	直後	区分1直後電源を任命した場合					
判断基準 (2 / 6)	原子炉圧力・原子炉内圧力容器内の水位	原子炉水位 (SA広域)	1	1	1	1	①	①	原子炉水位 (広域)	2	2	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	1	1	①	①	原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
重大事故等対策要領	原子炉圧力・原子炉内圧力容器内の水位	原子炉水位 (SA広域)	1	1	1	1	①	①	原子炉水位 (広域)	2	2	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	1	1	①	①	原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
		原子炉圧力 (SA)	2	2	1	1	-	-	原子炉圧力 (SA)	2	2	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と崩壊熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視可能	
		原子炉内圧力 (SA)	1	1	1	1	-	-	原子炉内圧力 (SA)	1	1	1	1	原子炉内圧力容器の注水を推定可能	
		原子炉内圧力 (SA)	2	2	1	1	-	-	原子炉内圧力 (SA)	2	2	1	1	原子炉内圧力容器の注水を推定可能	
		原子炉内圧力 (SA)	2	2	1	1	-	-	原子炉内圧力 (SA)	2	2	1	1	原子炉内圧力容器の注水を推定可能	
		原子炉内圧力 (SA)	2	2	1	1	-	-	原子炉内圧力 (SA)	2	2	1	1	原子炉内圧力容器の注水を推定可能	
		原子炉内圧力 (SA)	2	2	1	1	-	-	原子炉内圧力 (SA)	2	2	1	1	原子炉内圧力容器の注水を推定可能	
		原子炉内圧力 (SA)	2	2	1	1	-	-	原子炉内圧力 (SA)	2	2	1	1	原子炉内圧力容器の注水を推定可能	
		原子炉内圧力 (SA)	2	2	1	1	-	-	原子炉内圧力 (SA)	2	2	1	1	原子炉内圧力容器の注水を推定可能	
原子炉内圧力 (SA)	2	2	1	1	-	-	原子炉内圧力 (SA)	2	2	1	1	原子炉内圧力容器の注水を推定可能			

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータ分類理由	抽出パラメータ分類	SBO影響				計器故障等	SBO		
		計器名称	計器数	直後	区分1直後電源を任命した場合			計器数	直後	区分1直後電源を任命した場合					
重大事故等対策要領	原子炉圧力・原子炉内圧力容器内の水位	原子炉水位 (SA広域)	1	1	1	1	①	①	原子炉水位 (広域)	2	2	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	1	1	①	①	原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能	
		原子炉圧力 (SA)	2	2	1	1	-	-	原子炉圧力 (SA)	2	2	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と崩壊熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視可能	
		原子炉内圧力 (SA)	1	1	1	1	-	-	原子炉内圧力 (SA)	1	1	1	1	原子炉内圧力容器の注水を推定可能	
		原子炉内圧力 (SA)	2	2	1	1	-	-	原子炉内圧力 (SA)	2	2	1	1	原子炉内圧力容器の注水を推定可能	
		原子炉内圧力 (SA)	2	2	1	1	-	-	原子炉内圧力 (SA)	2	2	1	1	原子炉内圧力容器の注水を推定可能	
		原子炉内圧力 (SA)	2	2	1	1	-	-	原子炉内圧力 (SA)	2	2	1	1	原子炉内圧力容器の注水を推定可能	
		原子炉内圧力 (SA)	2	2	1	1	-	-	原子炉内圧力 (SA)	2	2	1	1	原子炉内圧力容器の注水を推定可能	
		原子炉内圧力 (SA)	2	2	1	1	-	-	原子炉内圧力 (SA)	2	2	1	1	原子炉内圧力容器の注水を推定可能	
		原子炉内圧力 (SA)	2	2	1	1	-	-	原子炉内圧力 (SA)	2	2	1	1	原子炉内圧力容器の注水を推定可能	
原子炉内圧力 (SA)	2	2	1	1	-	-	原子炉内圧力 (SA)	2	2	1	1	原子炉内圧力容器の注水を推定可能			

備考
・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項
重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータ 分類理由	計器故障等	SBO
			計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 直後			
1.12.2.2 原子炉建屋周辺における航空機衝突による航空機燃料火災時の手順 (1) 初期対応における延焼防止処置 a. 化学消防自動車連発又は大型化学消防車等による泡消火 多様なハザード対応手 順 【初期対応における延 焼防止処置】	判 断 基 準 操 作	-	-	-	-	-	-	-	
1.12.2.2 原子炉建屋周辺における航空機衝突による航空機燃料火災時の手順 (2) 航空機燃料火災への泡消火 a. 大容積送水車（原子炉建屋放水設備用）、放水強、危険源搬送車及び危険源混合装置による航空機燃料火災への泡消火 多様なハザード対応手 順 【航空機燃料火災への 泡消火】	判 断 基 準 操 作	-	-	-	-	-	-	-	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータ 分類理由	計器故障等	SBO
			計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 直後			
重大事故等対 策要領	判 断 基 準 (3 / 6)	原子炉圧 力容器へ の注水量	計器名称	計器数	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器故障等	SBO	
			サプレッション・プール 水位	1			計器故障等		
			原子炉水位 (広帯域)	2			サプレッション・プール水位の水位変 化により、高圧代替注水系系統流量の代 替監視可能		
			原子炉水位 (燃料域)	2					
			原子炉水位 (S A 広帯 域)	1	①		高圧代替注水系系統と原子炉水 位の変化により、高圧代替注水系系統流 量の代替監視可能		
			原子炉水位 (S A 燃料 域)	1					
			常設高圧代替注水系ポン プ吐出圧力	1			常設高圧代替注水系ポンプが正常に動 作していることを確認することにより 代替監視可能		
			代替淡水貯槽水位	1			代替淡水貯槽水位、西側淡水貯水設備 水位の水位変化より、低圧代替注水系 原子炉注水流量の代替監視可能		
			西側淡水貯水設備水位	1					
			原子炉水位 (広帯域)	2	①		原子炉注水流量の代替監視可能		
			原子炉水位 (燃料域)	2	①				
			原子炉水位 (S A 広帯 域)	1	①		高圧代替注水系系統と原子炉水 位の変化により、低圧代替注水系原子炉 注水流量の代替監視可能		
			原子炉水位 (S A 燃料 域)	1	①				

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	注	計器名称	計器数	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
						計器数	SBO影響 直後		
原子炉圧力容器への注水量		サプレッション・プール水位	1			1		計器故障等	
		原子炉水位 (広帯域)	2			2		サプレッション・プール水位の水位変 化により、高圧代替注水系系統流量の代 替監視可能	
		原子炉水位 (燃料域)	2			2			
		原子炉水位 (S A 広帯 域)	1	①		1		高圧代替注水系系統と原子炉水 位の変化により、高圧代替注水系系統流 量の代替監視可能	
		原子炉水位 (S A 燃料 域)	1			1			
		常設高圧代替注水系ポン プ吐出圧力	1			1		常設高圧代替注水系ポンプが正常に動 作していることを確認することにより 代替監視可能	
		代替淡水貯槽水位	1			1		代替淡水貯槽水位、西側淡水貯水設備 水位の水位変化より、低圧代替注水系 原子炉注水流量の代替監視可能	
		西側淡水貯水設備水位	1			1			
		原子炉水位 (広帯域)	2	①		2		原子炉注水流量の代替監視可能	
		原子炉水位 (燃料域)	2	①		2			
		原子炉水位 (S A 広帯 域)	1	①		1		高圧代替注水系系統と原子炉水 位の変化により、低圧代替注水系原子炉 注水流量の代替監視可能	
		原子炉水位 (S A 燃料 域)	1	①		1			

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	直後	計器名称	計器数	直後	
判断基準 重大事故等対 策要領 (1/6)	原子炉圧 力容器へ の注水量	代替循環冷却系原子炉注 水量	2	2	サブプレッション・プール 水位	1	1	サブプレッション・プール水位の水位変 化より、代替循環冷却系原子炉注水流 量の代替監視可能
		原子炉圧力容器へ の注水量	2	2	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA広帯 域) 原子炉水位 (SA燃料 域)	2 2 1 1	2 2 1 1	崩壊熱除去に必要な注水量と原子炉水 監視事項は抽出パラメータ にて確認
		原子炉圧力容器へ の注水量	1	1	代替循環冷却系ポンプ吐 出圧力	2	2	代替循環冷却系ポンプが正常に動作し ていることを確認することにより代替 監視可能
		原子炉圧力容器へ の注水量	1	1	サブプレッション・プール 水位	1	1	サブプレッション・プール水位の水位変 化より、原子炉隔離時冷却系流量 の代替監視可能
		原子炉隔離時冷却系 流量	1	1	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA広帯 域) 原子炉水位 (SA燃料 域)	2 2 1 1	2 2 1 1	崩壊熱除去に必要な注水量と原子炉水 監視事項は抽出パラメータ にて確認
		原子炉隔離時冷却系 ポンプ吐出圧力	1	1	原子炉隔離時冷却系 ポンプ吐出圧力	1	1	原子炉隔離時冷却系ポンプが正常に動 作していることを確認することにより 代替監視可能

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	計器名称	計器数	直後	計器名称	計器数	直後	抽出パラメータを計測する計器		評価
								計器名称	計器数	
判断基準 重大事故等対 策要領 (1/6)	原子炉圧 力容器へ の注水量	代替循環冷却系原子炉注 水量	2	2	サブプレッション・プール 水位	1	1	サブプレッション・プール水位の水位変 化より、代替循環冷却系原子炉注水流 量の代替監視可能	①	①
		原子炉圧力容器へ の注水量	2	2	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA広帯 域) 原子炉水位 (SA燃料 域)	2 2 1 1	2 2 1 1	崩壊熱除去に必要な注水量と原子炉水 監視事項は抽出パラメータ にて確認	②	②
		原子炉圧力容器へ の注水量	1	1	代替循環冷却系ポンプ吐 出圧力	2	2	代替循環冷却系ポンプが正常に動作し ていることを確認することにより代替 監視可能	③	③
		原子炉圧力容器へ の注水量	1	1	サブプレッション・プール 水位	1	1	サブプレッション・プール水位の水位変 化より、原子炉隔離時冷却系流量 の代替監視可能	①	①
		原子炉隔離時冷却系 流量	1	1	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA広帯 域) 原子炉水位 (SA燃料 域)	2 2 1 1	2 2 1 1	崩壊熱除去に必要な注水量と原子炉水 監視事項は抽出パラメータ にて確認	②	②
		原子炉隔離時冷却系 ポンプ吐出圧力	1	1	原子炉隔離時冷却系 ポンプ吐出圧力	1	1	原子炉隔離時冷却系ポンプが正常に動 作していることを確認することにより 代替監視可能	③	③

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価		
		計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器故障等	SBO	
対応手段 重大事故等対 策要領	原子炉圧 力容器へ の注水量 (5 / 9)	高圧中心スプレイズ系統 流量	1	0	サブプレッション・プール 水位	1	サブプレッション・プール水位の水位変 化より、高圧中心スプレイズ系統流量 の代替監視可能	監視事項は油 出パラメータ にて確認
			1	0	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A.広帯 域) 原子炉水位 (S.A.燃料 域)	2 2 1	放射線除去に必要な注水量と原子炉水 位の変化より、高圧中心スプレイズ系 統流量の代替監視可能	
原子炉圧 力容器へ の注水量 (5 / 9)	高圧中心スプレイズ系統 流量	3	0	高圧中心スプレイズ系ポン プ吐出圧力	1	高圧中心スプレイズ系ポンプが正常に動 作していることを確認することにより 代替監視可能	監視事項は油 出パラメータ にて確認	
				サブプレッション・プール 水位	1	サブプレッション・プール水位の水位変 化より、高圧中心スプレイズ系統流量 の代替監視可能		
原子炉圧 力容器へ の注水量 (5 / 9)	残置熱除去系統流量	3	0	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A.広帯 域) 原子炉水位 (S.A.燃料 域)	2 2 1	放射線除去に必要な注水量と原子炉水 位の変化より、残置熱除去系統流量 の代替監視可能	監視事項は油 出パラメータ にて確認	
				残置熱除去系ポンプ吐出 圧力	3	残置熱除去系ポンプが正常に動作して いることを確認することにより代替監 視可能		
原子炉圧 力容器へ の注水量 (5 / 9)	低圧中心スプレイズ系統 流量	1	0	サブプレッション・プール 水位	1	サブプレッション・プール水位の水位変 化より、低圧中心スプレイズ系統流量 の代替監視可能	監視事項は油 出パラメータ にて確認	
				原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A.広帯 域) 原子炉水位 (S.A.燃料 域)	2 2 1	放射線除去に必要な注水量と原子炉水 位の変化より、低圧中心スプレイズ系 統流量の代替監視可能		
原子炉圧 力容器へ の注水量 (5 / 9)	高圧中心スプレイズ系統 流量	1	0	高圧中心スプレイズ系ポン プ吐出圧力	1	高圧中心スプレイズ系ポンプが正常に動 作していることを確認することにより 代替監視可能	監視事項は油 出パラメータ にて確認	
				サブプレッション・プール 水位	1	サブプレッション・プール水位の水位変 化より、高圧中心スプレイズ系統流量 の代替監視可能		

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価		
		計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器故障等	SBO	
対応手段 重大事故等対 策要領	燃料プールの 監視	燃料プール水位監視カメラ (S.A.)	1	0	燃料プール水位 (S.A.)	1	燃料プール内の燃料集合体等の炉内状況、放射線の濃 度状況及び燃料の防止状況を監視することができ、燃 料プールの監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			燃料プール水位監視カメラ (S.A.)	1	0	燃料プール水位 (燃料域) 燃料プール水位 (S.A.広帯 域) 燃料プール水位 (S.A.燃料 域)	1 1 1	
原子炉圧 力容器へ の注水量 (5 / 9)	燃料プールの 監視	燃料プール水位監視カメラ (S.A.)	1	0	燃料プール水位 (S.A.)	1	燃料プール内の燃料集合体等の炉内状況、放射線の濃 度状況及び燃料の防止状況を監視することができ、燃 料プールの監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			燃料プール水位監視カメラ (S.A.)	1	0	燃料プール水位 (燃料域) 燃料プール水位 (S.A.広帯 域) 燃料プール水位 (S.A.燃料 域)	1 1 1	
原子炉圧 力容器へ の注水量 (5 / 9)	燃料プールの 監視	燃料プール水位監視カメラ (S.A.)	1	0	燃料プール水位 (S.A.)	1	燃料プール内の燃料集合体等の炉内状況、放射線の濃 度状況及び燃料の防止状況を監視することができ、燃 料プールの監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			燃料プール水位監視カメラ (S.A.)	1	0	燃料プール水位 (燃料域) 燃料プール水位 (S.A.広帯 域) 燃料プール水位 (S.A.燃料 域)	1 1 1	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータを計測する計器			評価	SDO	
		計器名称	計器数	直後	計器名称	計器数	直後			
重大事故等対処 重要順	6/6	使用済燃料プール水位・ 温度 (SA広域)	1	1	①	使用済燃料プール水位・ 温度 (SA)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を確 認することができ、使用済燃料プールの 監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	①	使用済燃料プール水位・ 温度 (SA広域)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を確 認することができ、使用済燃料プールの 監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		使用済燃料プールエリア 放射線モニタ (高レン ジ・低レンジ)	1	1	①	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を確 認することができ、使用済燃料プールの 監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		使用済燃料プール監視カ メラ	1	1	①	使用済燃料プール監視カ メラ	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を確 認することができ、使用済燃料プールの 監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		操作	—	—	—	—	—	—	—	—

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	計器名称	計器数	直後	補助パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータを計測する計器			評価	SDO	
							計器数	直後	直後			
重大事故等対処 重要順	6/6	使用済燃料プール水位・ 温度 (SA)	1	1	①	使用済燃料プール水位・ 温度 (SA)	1	1	①	使用済燃料プール内の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を確 認することができ、使用済燃料プールの 監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	①	使用済燃料プール水位・ 温度 (SA)	1	1	①	使用済燃料プール内の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を確 認することができ、使用済燃料プールの 監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		使用済燃料プールエリア 放射線モニタ (高レン ジ・低レンジ)	1	1	①	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	①	使用済燃料プール内の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を確 認することができ、使用済燃料プールの 監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		使用済燃料プール監視カ メラ	1	1	①	使用済燃料プール監視カ メラ	1	1	①	使用済燃料プール内の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を確 認することができ、使用済燃料プールの 監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		操作	—	—	—	—	—	—	—	—	—	—
		使用済燃料プール監視カ メラ	1	1	①	使用済燃料プール監視カ メラ	1	1	①	使用済燃料プール内の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を確 認することができ、使用済燃料プールの 監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		使用済燃料プール監視カ メラ	1	1	①	使用済燃料プール監視カ メラ	1	1	①	使用済燃料プール内の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を確 認することができ、使用済燃料プールの 監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		使用済燃料プール監視カ メラ	1	1	①	使用済燃料プール監視カ メラ	1	1	①	使用済燃料プール内の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を確 認することができ、使用済燃料プールの 監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		使用済燃料プール監視カ メラ	1	1	①	使用済燃料プール監視カ メラ	1	1	①	使用済燃料プール内の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を確 認することができ、使用済燃料プールの 監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		使用済燃料プール監視カ メラ	1	1	①	使用済燃料プール監視カ メラ	1	1	①	使用済燃料プール内の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を確 認することができ、使用済燃料プールの 監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
		分類	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後		SBO影響 負荷切り離し後	
												パラメータ 分類
1.12.2.1 炉心の著しい損傷及び原子炉格納容器の破損時又は使用済燃料プール内の燃料体等の著しい損傷時の手順等 (2) 海洋への放射性物質の拡散抑制 a. 汚濁防止膜による海洋への放射性物質の拡散抑制 重大事故等対策要領	原子炉格納容器内の放射線の量率	①	格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C)	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内雰囲気放射線レベルを計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		①	格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W)	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内雰囲気放射線レベルを計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
	原子炉圧力容器内の原子炉圧力の温度	①	原子炉圧力	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		④	原子炉圧力容器温度	原子炉圧力 (SA) 広帯域 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA 広帯域) 原子炉水位 (SA 燃料域)	4	4	4	4	4	4	残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系熱交換器入口温度より原子炉圧力容器温度の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	項目	項目	抽出パラメータ		抽出パラメータの代替パラメータ		評価	
			計器数	直後	計器数	直後		
1.12.2.1 炉心の著しい損傷及び原子炉格納容器の破損時又は使用済燃料プール内の燃料体等の著しい損傷時の手順等 (2) 海洋への放射性物質の拡散抑制 a. 汚濁防止膜による海洋への放射性物質の拡散抑制 重大事故等対策要領	原子炉格納容器内の放射線の量率	①	格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C)	2	2	2	2	直接的に格納容器内雰囲気放射線レベルを計測することができ、監視可能
			格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W)	2	2	2	2	直接的に格納容器内雰囲気放射線レベルを計測することができ、監視可能
			原子炉圧力	2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能
			原子炉圧力容器温度	4	4	4	4	残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系熱交換器入口温度より原子炉圧力容器温度の代替監視可能
			原子炉圧力	2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能
			原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能
			原子炉圧力 (SA) 広帯域	2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能
			原子炉圧力 (SA) 燃料域	2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能
			原子炉圧力 (SA) 燃料域	2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能
			原子炉圧力 (SA) 燃料域	2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能
			原子炉圧力 (SA) 燃料域	2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能
			原子炉圧力 (SA) 燃料域	2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		計器名称	計器数	SBO影響		評価	
		計器数	直後	計器数	直後			負荷切り離し後	計器故障等		
重大事故等対策要領	原子炉圧力容器内の水位	原子炉圧力容器内の水位	2	2	2	2	原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
		原子炉圧力容器内の水位	2	2	2	2	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	
		原子炉圧力容器内の水位	2	2	2	2	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	
		原子炉圧力容器内の水位	2	2	2	2	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	
		原子炉圧力容器内の水位	2	2	2	2	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	
		原子炉圧力容器内の水位	2	2	2	2	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	
		原子炉圧力容器内の水位	2	2	2	2	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	
		原子炉圧力容器内の水位	2	2	2	2	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	
		原子炉圧力容器内の水位	2	2	2	2	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	
		原子炉圧力容器内の水位	2	2	2	2	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		計器名称	計器数	SBO影響		評価	
		計器数	直後	計器数	直後			負荷切り離し後	計器故障等		
重大事故等対策要領	原子炉圧力容器内の水位	原子炉圧力容器内の水位	2	2	2	2	原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
		原子炉圧力容器内の水位	2	2	2	2	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	
		原子炉圧力容器内の水位	2	2	2	2	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	
		原子炉圧力容器内の水位	2	2	2	2	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	
		原子炉圧力容器内の水位	2	2	2	2	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	
		原子炉圧力容器内の水位	2	2	2	2	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	
		原子炉圧力容器内の水位	2	2	2	2	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	
		原子炉圧力容器内の水位	2	2	2	2	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	
		原子炉圧力容器内の水位	2	2	2	2	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	
		原子炉圧力容器内の水位	2	2	2	2	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		
重大事故等対策要領	原子炉圧力容器への注水量	低圧代替注水系原子炉注水量(常設ライン用)	1	1	1	1	代替淡水貯槽水位	1	1	代替淡水貯槽水位、西側淡水貯水設備水位の水位変化より、低圧代替注水系原子炉注水量の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		低圧代替注水系原子炉注水量(可搬ライン用)	1	1	1	1	原子炉水位(広帯域)	2	2	原子炉注水量の代替監視可能	
判断基準(4/6)	原子炉圧力容器への注水量	低圧代替注水系原子炉注水量(可搬ライン用)	1	1	1	1	原子炉水位(SA広帯域)	1	1	崩壊熱除去に必要な注水量と原子炉水位の変化より、低圧代替注水量の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		低圧代替注水系原子炉注水量(可搬ライン用)	1	1	1	1	原子炉水位(SA燃料域)	1	1	崩壊熱除去に必要な注水量と原子炉水位の変化より、低圧代替注水量の代替監視可能	
	原子炉圧力容器への注水量	代替循環冷却系原子炉注水量	2	2	2	2	サブレーション・プール水位	1	1	サブレーション・プール水位の水位変化より、代替循環冷却系原子炉注水量の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		代替循環冷却系原子炉注水量	2	2	2	2	原子炉水位(広帯域)	2	2	崩壊熱除去に必要な注水量と原子炉水位の変化より、代替循環冷却系原子炉注水量の代替監視可能	
		代替循環冷却系原子炉注水量	2	2	2	2	原子炉水位(SA広帯域)	1	1	崩壊熱除去に必要な注水量と原子炉水位の変化より、代替循環冷却系原子炉注水量の代替監視可能	
		代替循環冷却系原子炉注水量	2	2	2	2	原子炉水位(SA燃料域)	1	1	崩壊熱除去に必要な注水量と原子炉水位の変化より、代替循環冷却系原子炉注水量の代替監視可能	
		代替循環冷却系ポンプ吐出圧力	2	2	2	代替循環冷却系ポンプ吐出圧力	2	2	代替循環冷却系ポンプが正常に動作していることを確認することにより代替監視可能		

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7，東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1～1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	抽出バロメータを計測する計器				抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器				評価			
		計器名称	計器数	直後	負荷切り直し後	バロメータ 分類	補助バロメータ 分類理由	計器名称	計器数		直後	負荷切り直し後	
対応手段 重大事故等対 処要項	原子炉圧 力調整 (5/6)	原子炉隔離時冷却系統 流量	サブプレッション・プール水位	1			①	サブプレッション・プール水位	1	1	1	サブプレッション・プール水位の 水位変化により、原子炉隔離 時冷却系統流量の代替監視可能 監視事項は抽 出バロメータ にて確認	
			原子炉水位 (広帯域)	2					原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	原子炉隔離時に必要な注水量と原 子炉水位の変化により、原子炉隔 断時冷却系統流量の代替監視可 能
			原子炉水位 (燃料域)	2					原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	原子炉隔離時に必要な注水量と原 子炉水位の変化により、原子炉隔 断時冷却系統流量の代替監視可 能
			原子炉水位 (SA広帯域)	1					原子炉水位 (SA広帯域)	1	1	1	原子炉隔離時に必要な注水量と原 子炉水位の変化により、原子炉隔 断時冷却系統流量の代替監視可 能
		高圧炉心スプレイズ系統 流量	原子炉隔離時冷却系統ポンプ社 出力	1					原子炉隔離時冷却系統ポンプ社 出力	1	1	1	原子炉隔離時冷却系統ポンプが正 常に動作していることを確認す ることにより代替監視可能
			サブプレッション・プール水位	1					サブプレッション・プール水位	1	1	1	サブプレッション・プール水位の 水位変化により、高圧炉心スプレ イズ系統流量の代替監視可能
			原子炉水位 (広帯域)	2					原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	原子炉隔離時に必要な注水量と原 子炉水位の変化により、高圧炉心 スプレイズ系統流量の代替監視 可能
		残留熱除去系統流量	高圧炉心スプレイズ系統 出力	1	0			①	高圧炉心スプレイズ系統ポンプ社 出力	1	0	0	高圧炉心スプレイズ系統ポンプが 正常に動作していることを確認す ることにより代替監視可能
			サブプレッション・プール水位	1					サブプレッション・プール水位	1	1	1	サブプレッション・プール水位の 水位変化により、残留熱除去系 統流量の代替監視可能
			原子炉水位 (広帯域)	2					原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	原子炉隔離時に必要な注水量と原 子炉水位の変化により、残留熱除 去系統流量の代替監視可能
低圧炉心スプレイズ系統 流量	残留熱除去系統流量	3	0			①	残留熱除去系統ポンプ出力 出力	3	0	0	残留熱除去系統ポンプが正常に動 作していることを確認すること により代替監視可能		
	サブプレッション・プール水位	1					サブプレッション・プール水位	1	1	1	サブプレッション・プール水位の 水位変化により、低圧炉心スプレ イズ系統流量の代替監視可能		
	原子炉水位 (広帯域)	2					原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	原子炉隔離時に必要な注水量と原 子炉水位の変化により、低圧炉心 スプレイズ系統流量の代替監視 可能		
	原子炉水位 (燃料域)	1					原子炉水位 (燃料域)	1	1	1	原子炉隔離時に必要な注水量と原 子炉水位の変化により、低圧炉心 スプレイズ系統流量の代替監視 可能		

①: 重要監視バロメータ、②: 有監視バロメータ、③: 補助バロメータ

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対応に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	SBO影響 負荷切り離し後 直後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 負荷切り離し後 直後	計器故障等	SBO
重大事故等対 策要綱	使用済燃料プ ール内の監視	使用済燃料プール水位・ 温度 (SA広域)	1	1	①	-	使用済燃料プール温度 (SA) モニタ (高レンジ・低レンジ)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 にて確認
		使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	①	-	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 にて確認
		使用済燃料プールエリア 放射線モニタ (高レン ジ・低レンジ)	1	1	① ①	-	使用済燃料プール温度 (SA) モニタ (高レンジ・低レンジ)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 にて確認
		使用済燃料プール監視カ メラ	1	1	①	-	使用済燃料プール温度 (SA) モニタ (高レンジ・低レンジ)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 にて確認
操作	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ、②：有線監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

対応手段	項目	分類	監視パラメータ				評価				
			計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器名称	計器故障等				
				計器数	パラメータ分類		計器数	SR0影響			
				直後	負荷切り離し後		直後	負荷切り離し後		SR0	
1.12.2.1	炉心の著しい損傷及び原子炉格納容器の破損時又は使用済燃料プール内の燃料本体等の著しい損傷時の手順等										
(2)	海洋への放射性物質の拡散抑制										
b.	放射性物質吸着材による海洋への放射性物質の拡散抑制										
重大事故等対策要領											
	原子炉格納容器内の放射線量率	原子炉格納容器内の放射線量率	2	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内雰囲気放射線レベルを計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線量率	格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W)	2	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内雰囲気放射線レベルを計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線量率	格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C)	2	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内雰囲気放射線レベルを計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線量率	原子炉圧力	4	4	4	4	4	4	4	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線量率	原子炉圧力 (S/A)	2	2	2	2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線量率	原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線量率	原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線量率	原子炉水位 (S/A 広帯域)	4	4	4	4	4	4	4	原子炉水位 (S/A 燃料域)	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線量率	原子炉圧力容器温度	2	2	2	2	2	2	2	残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系熱交換器入口温度より原子炉圧力容器温度の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	監視パラメータ				評価	SBO
		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			
		計器名称	計器数	計器名称	計器数		
対応手段 重大事故等対 策要領	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2 2	抽出パラメータ 分類 ① ①	補助パラメータ 分類理由 -	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器 SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等 原子炉圧力容器内の水位を計 測することができ、監視可能 原子炉圧力容器へ注水している系統の 注水流量と排熱除去に必要な水量よ り原子炉水位の代替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代償パラメータを計測する計器				評価		
	計器名称	計器位置	計器分類	計器位置	計器名称	計器位置	計器分類	計器位置			
対応手段 重大事故等対 策要領	原子炉圧 力監視器 の注水量	原子炉水位 (S A 広帯 域)	1	1	1	1	1	1	1	計器故障等 高圧的に原子炉圧力監視器内の水位を計 測することができ、監視可能 原子炉圧力監視器へ注水している系統の 注水状態と監視器設定に必要注水量よ り原子炉水位の代替監視可能 計器故障等 計器故障等 計器故障等 計器故障等 計器故障等 計器故障等 計器故障等 計器故障等 計器故障等 計器故障等 計器故障等 計器故障等 計器故障等 計器故障等 計器故障等	
		原子炉水位 (S A 燃料 域)	1	1	1	1	1	1	1		1
		原子炉水位 (広帯域)	1	1	1	1	1	1	1		1
		原子炉水位 (燃料域)	1	1	1	1	1	1	1		1
		原子炉水位 (S A 広帯 域)	1	1	1	1	1	1	1		1
		原子炉水位 (S A 燃料 域)	1	1	1	1	1	1	1		1
		原子炉水位 (広帯域)	1	1	1	1	1	1	1		1
		原子炉水位 (燃料域)	1	1	1	1	1	1	1		1
		原子炉水位 (S A 広帯 域)	1	1	1	1	1	1	1		1
		原子炉水位 (S A 燃料 域)	1	1	1	1	1	1	1		1
		原子炉水位 (広帯域)	1	1	1	1	1	1	1		1
		原子炉水位 (燃料域)	1	1	1	1	1	1	1		1
		原子炉水位 (S A 広帯 域)	1	1	1	1	1	1	1		1
		原子炉水位 (S A 燃料 域)	1	1	1	1	1	1	1		1
		原子炉水位 (広帯域)	1	1	1	1	1	1	1		1

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価			
		計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
対芯手段 重大事故等対 策要領	原子炉圧 力容器へ の注水量	低圧代替注水系原子炉注 水流量(常設ライン用)	1	1	1			代替淡水貯槽水位	1	1	1	代替淡水貯槽水位、西側淡水貯水設備 水位の水位変化より、低圧代替注水系 原子炉注水流量の代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		低圧代替注水系原子炉注 水流量(可搬ライン用)	1	1	1	①	-	西側淡水貯水設備水位	1	1	1		
判断 基準 (4/1)	原子炉圧 力容器へ の注水量	低圧代替注水系原子炉注 水流量(可搬ライン用)	1	1	1	①	-	原子炉水位(広帯域)	2	2	2	崩壊熱除去に必要な注水量と原子炉水 位の変化より、低圧代替注水系原子炉 注水流量の代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		低圧代替注水系原子炉注 水流量(可搬ライン用)	1	1	1	①	-	原子炉水位(燃料域)	2	2	2		
		低圧代替注水系原子炉注 水流量(可搬ライン用)	1	1	1	①	-	原子炉水位(SA広帯 域)	1	1	1	崩壊熱除去に必要な注水量と原子炉水 位の変化より、低圧代替注水系原子炉 注水流量の代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		低圧代替注水系原子炉注 水流量(可搬ライン用)	1	1	1	①	-	原子炉水位(SA燃料 域)	1	1	1	崩壊熱除去に必要な注水量と原子炉水 位の変化より、低圧代替注水系原子炉 注水流量の代替監視可能	
		原子炉圧 力容器へ の注水量						サブレーション・プール 水位	1	1	1	サブレーション・プール水位の水位変 化より、代替循環冷却系原子炉注水流 量の代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		代替循環冷却系原子炉注 水流量	2	2	2	①	-	原子炉水位(広帯域)	2	2	2	崩壊熱除去に必要な注水量と原子炉水 位の変化より、代替循環冷却系原子炉 注水流量の代替監視可能	
								代替循環冷却系ポンプ吐 出圧力	2	2	2	代替循環冷却系ポンプが正常に動作し ていることを確認することにより代替 監視可能	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後	
重大事故等対策要項	原子炉圧力容器への注水量	原子炉隔離時冷却システム流量	1	1	原子炉水位 (広帯域)	2	2	サブレーション・プールの水位変化より、原子炉隔離時冷却システム流量の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
			①	0	原子炉水位 (燃料域)	2	2	副凝結除去に必要な注水量と原子炉水位の変化より、原子炉隔離時冷却システム流量の代替監視可能		
判断基準(5/7)	原子炉圧力容器への注水量	高圧炉心スプレイレイシステム流量	1	0	原子炉水位 (広帯域)	2	2	副凝結除去に必要な注水量と原子炉水位の変化より、高圧炉心スプレイレイシステム流量の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
			①	0	原子炉水位 (燃料域)	2	2	副凝結除去に必要な注水量と原子炉水位の変化より、高圧炉心スプレイレイシステム流量の代替監視可能		
			1	0	高圧炉心スプレイレイシステム吐出圧力	1	0	高圧炉心スプレイレイシステムが正常に動作していることを確認することにより代替監視可能		

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7，東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1～1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
		計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等
対応手段 重大事故等対 策要領	原子炉圧 力容器へ の注水量	残留熱除去系系統流量	3	0	①	-	サブレーション・プール 水位	1	1	サブレーション・プール水位の水位変 化より、残留熱除去系系統流量の代替 監視可能
							原子炉水位 (広帯域)	2	1	抽出熱除去系系統流量と原子炉水 位の変化より、残留熱除去系系統流量 の代替監視可能
判断基準 (6/7)		低圧炉心スプレイ系系統 流量	1	0	①	-	残留熱除去系ポンプ吐出 圧力	3	0	残留熱除去系ポンプが正常に動作して いることを確認することにより代替監 視可能
							サブレーション・プール 水位	1	1	サブレーション・プール水位の水位変 化より、低圧炉心スプレイ系系統流量 の代替監視可能

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7，東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1～1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対応に係る監視事項

1.12 発電所外への放射生物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	SFO
		計器名称	計器数	SFO影響		計器名称	計器数	SFO影響			
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		
対応手段 重大事故等対応 重要順	放射線 監視	使用済燃料プール水位・ 温度 (S A広域)	1	1	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の監視状況及び漏洩の防止状況を確 認することができ、使用済燃料プールの 監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		使用済燃料プール温度 (S A)	1	1	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射 線の監視状況及び漏洩の防止状況を確 認することができ、使用済燃料プールの 監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		使用済燃料プールエリア 放射線モニタ (高レン ジ・低レンジ)	1	1	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射 線の監視状況及び漏洩の防止状況を確 認することができ、使用済燃料プールの 監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		使用済燃料プール監視カ メラ	1	1	1	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射 線の監視状況及び漏洩の防止状況を確 認することができ、使用済燃料プールの 監視可能
監視 操作	-	使用済燃料プール監視カ メラ	1	1	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射 線の監視状況及び漏洩の防止状況を確 認することができ、使用済燃料プールの 監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		使用済燃料プール監視カ メラ	1	1	1	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射 線の監視状況及び漏洩の防止状況を確 認することができ、使用済燃料プールの 監視可能

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

対応手段	項目	分類	監視パラメータ						評価		
			抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			計器故障等	SBO	
			計器名称	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器名称	計器数	直後			SBO影響 負荷切り離し後
1.12.2.2 原子炉建屋周辺における航空機衝突による航空機燃料火災時の手順 (1) 初期対応における延焼防止措置 a. 化学消防自動車、水槽付消防ポンプ自動車及び泡消火薬剤容器(消防車用)による延焼防止処置 防火管理要領 判断基準 重大事故等対策要領 操作	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7，東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1～1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価			
		計器数	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器数	計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
1.12.2.2 原子炉建屋周辺における航空機燃料火災への対応 (2) 航空機燃料火災への対応 a. 可搬型代替注水大型ポンプ (放水用), 放水砲, 泡消火薬剤容器 (大型ポンプ用) 及び泡混合器による航空機燃料火災への泡消火 重大事故等対 策要領	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等
重大事故等対処に係る監視事項

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			計器名称	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
			計器数	直後	負荷切り離し後		計器数	直後	負荷切り離し後	
非常時運転手順書Ⅱ(微断)「水位確保」等	「水位確保」等	「水位確保」等	1	1	1	監視対象水位(SA)	1	1	1	監視対象水位(SA)の水位確保
AM設備切替作手順書	AM設備切替作	AM設備切替作	1	1	1	監視対象水位(SA)	1	1	1	監視対象水位(SA)の水位確保
重大事故等対策要領	重大事故等対策要領	重大事故等対策要領	1	1	1	監視対象水位(SA)	1	1	1	監視対象水位(SA)の水位確保

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			計器名称	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
			計器数	直後	負荷切り離し後		計器数	直後	負荷切り離し後	
非常時運転手順書Ⅱ(微断)「水位確保」等	「水位確保」等	「水位確保」等	1	1	1	監視対象水位(SA)	1	1	1	監視対象水位(SA)の水位確保
AM設備切替作手順書	AM設備切替作	AM設備切替作	1	1	1	監視対象水位(SA)	1	1	1	監視対象水位(SA)の水位確保
重大事故等対策要領	重大事故等対策要領	重大事故等対策要領	1	1	1	監視対象水位(SA)	1	1	1	監視対象水位(SA)の水位確保

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			計器名称	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
			計器数	直後	負荷切り離し後		計器数	直後	負荷切り離し後	
非常時運転手順書Ⅱ(微断)「水位確保」等	「水位確保」等	「水位確保」等	1	1	1	監視対象水位(SA)	1	1	1	監視対象水位(SA)の水位確保

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1. 13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

Table with columns for 項目, 分類, 計器名称, 計器数, SBO 影響, 補助パラメータ, 計器名称, 計器数, SBO 影響. Includes items like 原子炉水位 (S/A), 原子炉減積水位, etc.

第 1 表 重大事故等対処に係る監視事項

1. 13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

Table with columns for 項目, 分類, 計器名称, 計器数, SBO 影響, 補助パラメータ, 計器名称, 計器数, SBO 影響. Includes items like 原子炉水位 (狭帯域), 原子炉減積水位 (広帯域), etc.

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1. 13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

Table with columns for 項目, 分類, 計器名称, 計器数, SBO 影響, 補助パラメータ, 計器名称, 計器数, SBO 影響. Includes items like 原子炉水位 (S/A), 原子炉減積水位 (広帯域), etc.

備考
・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ 分類理由	評価	
		計器名称	計器数	計器数			
対応手段 (例: ・異常時運転手順書 (例: ・AM 設備別操作手順書 ・「MOP」ポンプによる ・「SP」への接続) ・多様なハザード対応手 順 ・「大規模取水移送ポン プ」電源確保)	水源の確保 水源の確保 水源の確保	【排水貯留槽水位】 【排水貯留槽水位】 【排水貯留槽水位】 【排水貯留槽水位】	1 1 1 1	0 0 1 1	① ① ① ①	計器故障等 SBO	
		風水分配装置	1	1	1	1	計器故障等
		風水分配装置	1	1	1	1	計器故障等
		風水分配装置	1	1	1	1	計器故障等
電源	電源	1	1	1	1	計器故障等	
操作	操作	1	1	1	1	計器故障等	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ 分類理由	評価
		計器名称	計器数	計器数		
対応手段 非常時運転手 順書 II (例: ・ベース) ・「水位確保」 等 AM設備別操 作手順書 重大事故等対 策要領	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (S.A.広帯 域)	1	1	①	直接的に原子炉圧力容器内の水 位を計測することができ、監視可 能 原子炉圧力容器へ注水している 系統の注水流量と崩壊熱除去に 必要な水量より原子炉水位の代 替監視可能 原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッション・チェンバ の差圧から、原子炉圧力容器の 満水を推定可能
		原子炉水位 (S.A.燃料 域)	1	1	①	
		高圧代替注水系統流量	1	1	1	
		低圧代替注水系統流量	1	1	1	
		低圧代替注水系統流量	1	1	1	
		低圧代替注水系統流量	1	1	1	
		低圧代替注水系統流量	1	1	1	
		低圧代替注水系統流量	1	1	1	
		低圧代替注水系統流量	1	1	1	
		低圧代替注水系統流量	1	1	1	
		低圧代替注水系統流量	1	1	1	
		低圧代替注水系統流量	1	1	1	
		低圧代替注水系統流量	1	1	1	
		低圧代替注水系統流量	1	1	1	
		低圧代替注水系統流量	1	1	1	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ 分類理由	評価
		計器名称	計器数	計器数		
対応手段 異常時運転手順書 (例: ・ベース) ・「水位確保」等	原子炉圧力 容器内の水位	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	直接的に原子炉圧力容器内の水 位を計測することができ、監視可 能 原子炉圧力容器へ注水している 系統の注水流量と崩壊熱除去に 必要な水量より原子炉水位の代 替監視可能 原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサブプレッション・チェンバ の差圧から、原子炉圧力容器の 満水を推定可能
		高圧代替注水系統流量	1	1	1	
		代替注水系統 (広帯域)	1	1	1	
		代替注水系統 (燃料域)	2	2	2	
		代替注水系統 (燃料域)	1	1	1	
		代替注水系統 (燃料域)	1	1	1	
		代替注水系統 (燃料域)	1	1	1	
		代替注水系統 (燃料域)	1	1	1	
		代替注水系統 (燃料域)	1	1	1	
		代替注水系統 (燃料域)	1	1	1	
		代替注水系統 (燃料域)	1	1	1	
		代替注水系統 (燃料域)	1	1	1	
		代替注水系統 (燃料域)	1	1	1	
		代替注水系統 (燃料域)	1	1	1	
		代替注水系統 (燃料域)	1	1	1	

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	分類	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータを計測する計器		計器名称	計器数	直後	SBO影響	計器故障等	評価
		計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器数						
1.13.2 有難へ水を供給するための対応手順 多様なバザード対応手順 「貯水罐から大気冷却器 大水罐への供給」 多様なバザード対応手順 「大気冷却器タンクから 貯水罐への供給」 多様なバザード対応手順 「大気冷却器タンクから 貯水罐への供給」	水罐の監視	「緊急時対策本部」に確認	③	「緊急時対策本部」に確認	③	「緊急時対策本部」に確認	③	「緊急時対策本部」に確認	③	③	③	③	③
	水罐の監視	「緊急時対策本部」に確認	③	「緊急時対策本部」に確認	③	「緊急時対策本部」に確認	③	「緊急時対策本部」に確認	③	③	③	③	③
	水罐の監視	「緊急時対策本部」に確認	③	「緊急時対策本部」に確認	③	「緊急時対策本部」に確認	③	「緊急時対策本部」に確認	③	③	③	③	③
	水罐の監視	「緊急時対策本部」に確認	③	「緊急時対策本部」に確認	③	「緊急時対策本部」に確認	③	「緊急時対策本部」に確認	③	③	③	③	③
	水罐の監視	「緊急時対策本部」に確認	③	「緊急時対策本部」に確認	③	「緊急時対策本部」に確認	③	「緊急時対策本部」に確認	③	③	③	③	③
	水罐の監視	「緊急時対策本部」に確認	③	「緊急時対策本部」に確認	③	「緊急時対策本部」に確認	③	「緊急時対策本部」に確認	③	③	③	③	③
	水罐の監視	「緊急時対策本部」に確認	③	「緊急時対策本部」に確認	③	「緊急時対策本部」に確認	③	「緊急時対策本部」に確認	③	③	③	③	③
	水罐の監視	「緊急時対策本部」に確認	③	「緊急時対策本部」に確認	③	「緊急時対策本部」に確認	③	「緊急時対策本部」に確認	③	③	③	③	③
	水罐の監視	「緊急時対策本部」に確認	③	「緊急時対策本部」に確認	③	「緊急時対策本部」に確認	③	「緊急時対策本部」に確認	③	③	③	③	③
	水罐の監視	「緊急時対策本部」に確認	③	「緊急時対策本部」に確認	③	「緊急時対策本部」に確認	③	「緊急時対策本部」に確認	③	③	③	③	③

et

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

対応手段	項目	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータを計測する計器		計器名称	計器数	直後	SBO影響	計器故障等	評価	
		計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器数							
非常時運転手 明書II(危機 「水位確保」 等 AM設備別操 作手順書 重大事故等対 策要領	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能
		原子炉圧力	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の圧力が検出される想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能
		原子炉圧力	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能
		原子炉圧力	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の圧力が検出される想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能
		原子炉圧力	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能
		原子炉圧力	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の圧力が検出される想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能
		原子炉圧力	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能
		原子炉圧力	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の圧力が検出される想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能
		原子炉圧力	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能
		原子炉圧力	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の圧力が検出される想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能
原子炉圧力	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能		

①：重電監視バロメータ、②：有効監視バロメータ、③：補助バロメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	分類	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータを計測する計器		計器名称	計器数	直後	SBO影響	計器故障等	評価	
		計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器数							
非常時運転手 明書II(危機 「水位確保」 等 AM設備別操 作手順書 重大事故等対 策要領	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能
		原子炉圧力	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の圧力が検出される想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能
		原子炉圧力	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能
		原子炉圧力	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の圧力が検出される想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能
		原子炉圧力	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能
		原子炉圧力	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の圧力が検出される想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能
		原子炉圧力	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能
		原子炉圧力	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の圧力が検出される想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能
		原子炉圧力	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能
		原子炉圧力	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の圧力が検出される想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能
原子炉圧力	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能		

備考
・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータ 分類理由	計器名称	SBO影響				計器故障等	SBO
			計器数	直後	区分Ⅰ直高電源 を延命した場合	区分Ⅱ直高電源 を延命した場合			計器数	直後	区分Ⅰ直高電源 を延命した場合	区分Ⅱ直高電源 を延命した場合		
1.13.3 水源を切り替えるための注水手順 (1) 原子炉内圧力低下による原子炉内圧力低下への注水 (2) 原子炉内圧力低下による原子炉内圧力低下への注水 (3) 原子炉内圧力低下による原子炉内圧力低下への注水 (4) 原子炉内圧力低下による原子炉内圧力低下への注水	原子炉内 炉内圧力 の低下	原子炉内圧力 計器	3	3	3	①	原子炉内圧力 計器	1	1	1	1	原子炉内圧力計器の異常により注水 が停止する可能性がある	監視事項は主要バ ラメータにて確認	
原子炉内 炉内圧力 の低下	原子炉内圧力 計器	3	3	3	①	原子炉内圧力 計器	1	1	1	1	原子炉内圧力計器の異常により注水 が停止する可能性がある	監視事項は主要バ ラメータにて確認		
原子炉内 炉内圧力 の低下	原子炉内圧力 計器	1	1	1	①	原子炉内圧力 計器	1	1	1	1	原子炉内圧力計器の異常により注水 が停止する可能性がある	監視事項は主要バ ラメータにて確認		
原子炉内 炉内圧力 の低下	原子炉内圧力 計器	1	1	1	①	原子炉内圧力 計器	1	1	1	1	原子炉内圧力計器の異常により注水 が停止する可能性がある	監視事項は主要バ ラメータにて確認		
原子炉内 炉内圧力 の低下	原子炉内圧力 計器	1	1	1	①	原子炉内圧力 計器	1	1	1	1	原子炉内圧力計器の異常により注水 が停止する可能性がある	監視事項は主要バ ラメータにて確認		
原子炉内 炉内圧力 の低下	原子炉内圧力 計器	1	1	1	①	原子炉内圧力 計器	1	1	1	1	原子炉内圧力計器の異常により注水 が停止する可能性がある	監視事項は主要バ ラメータにて確認		
原子炉内 炉内圧力 の低下	原子炉内圧力 計器	1	1	1	①	原子炉内圧力 計器	1	1	1	1	原子炉内圧力計器の異常により注水 が停止する可能性がある	監視事項は主要バ ラメータにて確認		
原子炉内 炉内圧力 の低下	原子炉内圧力 計器	1	1	1	①	原子炉内圧力 計器	1	1	1	1	原子炉内圧力計器の異常により注水 が停止する可能性がある	監視事項は主要バ ラメータにて確認		
原子炉内 炉内圧力 の低下	原子炉内圧力 計器	1	1	1	①	原子炉内圧力 計器	1	1	1	1	原子炉内圧力計器の異常により注水 が停止する可能性がある	監視事項は主要バ ラメータにて確認		
原子炉内 炉内圧力 の低下	原子炉内圧力 計器	1	1	1	①	原子炉内圧力 計器	1	1	1	1	原子炉内圧力計器の異常により注水 が停止する可能性がある	監視事項は主要バ ラメータにて確認		

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータ 分類理由	計器名称	SBO影響				計器故障等	SBO
			計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	区分Ⅰ直高電源 を延命した場合			計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	区分Ⅰ直高電源 を延命した場合		
非常時運転手 順書Ⅱ (撤除 ベース) 「水位確保」 等	原子炉内 炉内圧力 の低下	原子炉内圧力 計器	2	2	2	③	原子炉内圧力 計器	2	2	2	①	原子炉内圧力計器の異常により注水 が停止する可能性がある	監視事項は主要バ ラメータにて確認	
非常時運転手 順書Ⅱ (停止 時) 「停止時原子 炉水位制御」 等	原子炉内 炉内圧力 の低下	原子炉内圧力 計器	1	1	1	①	原子炉内圧力 計器	1	1	1	①	原子炉内圧力計器の異常により注水 が停止する可能性がある	監視事項は主要バ ラメータにて確認	
AM設備別操 作手順書 重大事故等対 策要領	原子炉内 炉内圧力 の低下	原子炉内圧力 計器	2	2	2	③	原子炉内圧力 計器	2	2	2	①	原子炉内圧力計器の異常により注水 が停止する可能性がある	監視事項は主要バ ラメータにて確認	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

対応手段	項目	計器名称	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータ 分類理由	計器名称	SBO影響				計器故障等	SBO
			計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	区分Ⅰ直高電源 を延命した場合			計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	区分Ⅰ直高電源 を延命した場合		
非常時運転手 順書Ⅱ (撤除 ベース) 「水位確保」 等	原子炉内 炉内圧力 の低下	原子炉内圧力 計器	2	2	2	③	原子炉内圧力 計器	2	2	2	①	原子炉内圧力計器の異常により注水 が停止する可能性がある	監視事項は主要バ ラメータにて確認	
非常時運転手 順書Ⅱ (停止 時) 「停止時原子 炉水位制御」 等	原子炉内 炉内圧力 の低下	原子炉内圧力 計器	1	1	1	①	原子炉内圧力 計器	1	1	1	①	原子炉内圧力計器の異常により注水 が停止する可能性がある	監視事項は主要バ ラメータにて確認	
AM設備別操 作手順書 重大事故等対 策要領	原子炉内 炉内圧力 の低下	原子炉内圧力 計器	2	2	2	③	原子炉内圧力 計器	2	2	2	①	原子炉内圧力計器の異常により注水 が停止する可能性がある	監視事項は主要バ ラメータにて確認	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1. 13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価			
			計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	補助パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称		計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	
1. 13. 2. 3 水源を切り替えるための対応手順 ① 海水から海水への切替え a. 防火水タンクを水源とした可搬型代替注水ポンプ(0+1線又は0+2線)による送水の場合 多量なパワー下対応手順 ② 海水から海水への切替え b. 送水貯水タンクを水源とした可搬型代替注水ポンプ(0+1線又は0+2線)による送水の場合 ③ 代替水源の確保状態を確認するパラメータ	水源の確保	防火水タンク	3	0	③	「緊急時対策本部」に確認	「緊急時対策本部」に確認	1	1	1	-	-
	水源の確保	海水貯水タンク	3	0	③	「緊急時対策本部」に確認	「緊急時対策本部」に確認	1	1	1	-	-
	水源の確保	海水貯水タンク	3	0	③	「緊急時対策本部」に確認	「緊急時対策本部」に確認	1	1	1	-	-
	水源の確保	海水貯水タンク	3	0	③	「緊急時対策本部」に確認	「緊急時対策本部」に確認	1	1	1	-	-
	水源の確保	海水貯水タンク	3	0	③	「緊急時対策本部」に確認	「緊急時対策本部」に確認	1	1	1	-	-
	水源の確保	海水貯水タンク	3	0	③	「緊急時対策本部」に確認	「緊急時対策本部」に確認	1	1	1	-	-
	水源の確保	海水貯水タンク	3	0	③	「緊急時対策本部」に確認	「緊急時対策本部」に確認	1	1	1	-	-
	水源の確保	海水貯水タンク	3	0	③	「緊急時対策本部」に確認	「緊急時対策本部」に確認	1	1	1	-	-
	水源の確保	海水貯水タンク	3	0	③	「緊急時対策本部」に確認	「緊急時対策本部」に確認	1	1	1	-	-
	水源の確保	海水貯水タンク	3	0	③	「緊急時対策本部」に確認	「緊急時対策本部」に確認	1	1	1	-	-

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1. 13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価			
		計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	補助パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称		計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	
操作 ① ② ③ 非常時運転手順書Ⅱ(微断ベース)等 「水位確保」 非常時運転手順書Ⅱ(停止時原子炉水位制御) AM設備別操作手順書 重大事故等対策要領	原子炉水位(広帯域)	3	3	0	③	原子炉の水位を確認するパラメータ	原子炉水位 (SA広帯域) 原子炉水位 (SA燃料域) 高圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1 1 1 1 1 1	1 1 1 1 1 1	1 1 1 1 1 1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
	原子炉圧力容器内の水位	2	2	1	①	-	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と炉内水位の代替監視可能	1 1	1 1	1 1	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と炉内水位の代替監視可能
	原子炉圧力	2	2	1	①	-	原子炉圧力	2 2	2 2	2 2	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)及びサブプレッション・チェンバの圧力から原子炉圧力容器の満水を推定可能
	原子炉圧力	2	2	1	①	-	原子炉圧力	2 2	2 2	2 2	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)及びサブプレッション・チェンバの圧力から原子炉圧力容器の満水を推定可能
	原子炉圧力	2	2	1	①	-	原子炉圧力	2 2	2 2	2 2	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)及びサブプレッション・チェンバの圧力から原子炉圧力容器の満水を推定可能
	原子炉圧力	2	2	1	①	-	原子炉圧力	2 2	2 2	2 2	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)及びサブプレッション・チェンバの圧力から原子炉圧力容器の満水を推定可能
	原子炉圧力	2	2	1	①	-	原子炉圧力	2 2	2 2	2 2	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)及びサブプレッション・チェンバの圧力から原子炉圧力容器の満水を推定可能
	原子炉圧力	2	2	1	①	-	原子炉圧力	2 2	2 2	2 2	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)及びサブプレッション・チェンバの圧力から原子炉圧力容器の満水を推定可能
	原子炉圧力	2	2	1	①	-	原子炉圧力	2 2	2 2	2 2	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)及びサブプレッション・チェンバの圧力から原子炉圧力容器の満水を推定可能
	原子炉圧力	2	2	1	①	-	原子炉圧力	2 2	2 2	2 2	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)及びサブプレッション・チェンバの圧力から原子炉圧力容器の満水を推定可能

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1. 13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価			
			計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	補助パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称		計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	
1. 13. 2. 3 水源を切り替えるための対応手順 ① 海水から海水への切替え a. 防火水タンクを水源とした可搬型代替注水ポンプ(0+1線又は0+2線)による送水の場合 多量なパワー下対応手順 ② 海水から海水への切替え b. 送水貯水タンクを水源とした可搬型代替注水ポンプ(0+1線又は0+2線)による送水の場合 ③ 代替水源の確保状態を確認するパラメータ	水源の確保	防火水タンク	3	0	③	「緊急時対策本部」に確認	「緊急時対策本部」に確認	1	1	1	-	-
	水源の確保	海水貯水タンク	3	0	③	「緊急時対策本部」に確認	「緊急時対策本部」に確認	1	1	1	-	-
	水源の確保	海水貯水タンク	3	0	③	「緊急時対策本部」に確認	「緊急時対策本部」に確認	1	1	1	-	-
	水源の確保	海水貯水タンク	3	0	③	「緊急時対策本部」に確認	「緊急時対策本部」に確認	1	1	1	-	-
	水源の確保	海水貯水タンク	3	0	③	「緊急時対策本部」に確認	「緊急時対策本部」に確認	1	1	1	-	-
	水源の確保	海水貯水タンク	3	0	③	「緊急時対策本部」に確認	「緊急時対策本部」に確認	1	1	1	-	-
	水源の確保	海水貯水タンク	3	0	③	「緊急時対策本部」に確認	「緊急時対策本部」に確認	1	1	1	-	-
	水源の確保	海水貯水タンク	3	0	③	「緊急時対策本部」に確認	「緊急時対策本部」に確認	1	1	1	-	-
	水源の確保	海水貯水タンク	3	0	③	「緊急時対策本部」に確認	「緊急時対策本部」に確認	1	1	1	-	-
	水源の確保	海水貯水タンク	3	0	③	「緊急時対策本部」に確認	「緊急時対策本部」に確認	1	1	1	-	-

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
	計器名称	計器数	SBO影響 直後	負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
対応手段 非常時運転手 順書Ⅱ(微候 ベース) 「水位確保」 等	原子炉圧 力容器内 の水位	1	1	①	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域)	2	2	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	操作 (2 3)	1	1	①	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン狹帯域用) 低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン狹帯域用) 代替循環冷却系原子炉注水流量 原子炉隔離時冷却系系統流量 高圧炉心スプレイ系系統流量 残留熱除去系系統流量 低圧炉心スプレイ系系統流量 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) サブプレッション・チェンバ ン圧力	2	2	2	原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩壊熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 可能 原子炉圧力、原子炉圧力(SA)及 びサブプレッション・チェンバ ン圧力から原子炉圧力容器の満水を 推定可能	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	SBO影響 直後	負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
対応手段 非常時運転手 順書Ⅱ(微候 ベース) 「水位確保」等	原子炉圧 力容器内 の水位	1	1	①	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域)	2	2	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することが でき、監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
	操作 (2 3)	1	1	①	低圧代替注水流量(常設) 低圧炉心スプレイ系系統流量 (狭帯域用) 原子炉隔離時冷却系ポンプ出 口流量 代替循環冷却系ポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイポンプ出 口流量 残留熱代替冷却系原子炉注 水流量 原子炉圧力 原子炉圧力(SA) サブプレッション・チェンバ ン圧力(SA)	2	2	2	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と崩壊 熱除去に必要な水量より代替監視可能 原子炉圧力、原子炉圧力(SA)とサブプレッ ション・チェンバ ン圧力(SA)の差圧から原子炉圧力容器の満 水を推定可能		

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの種類理由				監視パラメータ			
		計器名称	計器数	SBO影響		パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器名称	計器数	SBO影響		評価	
				直後	負荷切り離し後					直後	負荷切り離し後		計器故障等
対応手段 非常時運転手順書 II (復旧「水位確保」等) 非常時運転手順書 II (停止時原子炉水位制御)等 AM階層別操作手順書 重大事故等対策要領	原子炉圧力	2	2	1	①	-	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力容器内の圧力	2	2	2	①	-	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA広帯域) 原子炉水位 (SA燃料域)	2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の圧力状態を推定し、極限温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	①	-	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (SA広帯域) 原子炉水位 (SA燃料域)	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	サブプレッション・プール水位	1	1	1	①	-	原子炉圧力容器温度	4	4	4	4	原子炉水位から原子炉圧力容器内の圧力状態を推定し、極限温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力	1	1	1	①	-	サブプレッション・プール水位	1	1	1	1	サブプレッション・プール水位の変化より、高圧炉心スプレイ系系統流量の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力	1	1	1	①	-	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	2	炉稼働除去に必要な注水量と原子炉水位の変化より、高圧炉心スプレイ系系統流量の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力	1	1	1	①	-	原子炉水位 (SA広帯域) 原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	1	1	炉稼働除去に必要な注水量と原子炉水位の変化より、高圧炉心スプレイ系系統流量の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力	1	1	1	①	-	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	0	0	0	高圧炉心スプレイ系ポンプが正常に動作していることを確認することにより代替監視可能	-
	原子炉圧力	1	1	1	①	-	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	0	0	0	高圧炉心スプレイ系ポンプが正常に動作していることを確認することにより代替監視可能	-
	原子炉圧力	1	1	1	①	-	代替水源の確保状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの種類理由				監視パラメータ			
		計器名称	計器数	SBO影響		パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器名称	計器数	SBO影響		評価	
				直後	負荷切り離し後					直後	負荷切り離し後		計器故障等
対応手段 非常時運転手順書 II (復旧「水位確保」等) 非常時運転手順書 II (停止時原子炉水位制御)等 AM階層別操作手順書 重大事故等対策要領	原子炉圧力	2	2	1	①	-	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力容器内の圧力	2	2	2	①	-	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA広帯域) 原子炉水位 (SA燃料域)	2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の圧力状態を推定し、極限温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	①	-	原子炉圧力 (広帯域) 原子炉水位 (SA広帯域) 原子炉水位 (SA燃料域)	2	2	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	サブプレッション・プール水位	1	1	1	①	-	原子炉圧力容器温度	4	4	4	4	原子炉水位から原子炉圧力容器内の圧力状態を推定し、極限温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力	1	1	1	①	-	サブプレッション・プール水位	1	1	1	1	サブプレッション・プール水位の変化より、高圧炉心スプレイ系系統流量の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力	1	1	1	①	-	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	2	炉稼働除去に必要な注水量と原子炉水位の変化より、高圧炉心スプレイ系系統流量の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力	1	1	1	①	-	原子炉水位 (SA広帯域) 原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	1	1	炉稼働除去に必要な注水量と原子炉水位の変化より、高圧炉心スプレイ系系統流量の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力	1	1	1	①	-	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	0	0	0	高圧炉心スプレイ系ポンプが正常に動作していることを確認することにより代替監視可能	-
	原子炉圧力	1	1	1	①	-	代替水源の確保状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-
	原子炉圧力	1	1	1	①	-	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	0	0	0	高圧炉心スプレイ系ポンプが正常に動作していることを確認することにより代替監視可能	-

・設備の相違
 【柏崎6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータを計測する計器			計器故障等	評価
		計器数	直後	負荷切り離し後	計器数	直後	負荷切り離し後		
1.13.2.1 水源を利用した対応手順 (5) 低圧代替注水貯槽を水源とした対応手順 a. 低圧代替注水貯槽を水源とした可搬型代替注水中型ポンプによる送水 (淡水/海水)	判断基準 (1/2)	1	1	1	1	1	1	1	代替注水貯槽を水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、代替注水貯槽水位の代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
重大事故等対策要領	水源の確保	1	1	①	1	1	1	1	原子炉水位、サブプレッション・プール水位の変化により、代替注水貯槽水位の代替監視可能 代替注水貯槽を水源とするポンプの吐出圧力より、代替注水貯槽水位が確保されていることを監視可能

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

項目	分類	計器数	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータを計測する計器			計器故障等	評価
			計器数	直後	負荷切り離し後	計器数	直後	負荷切り離し後		
1.13.2.1 水源を利用した対応手順 (6) 補助貯水罐 (西1) 及び補助貯水罐 (西2) を水源とした対応手順 a. 補助貯水罐 (西1) 及び補助貯水罐 (西2) を水源とした大流量送水による送水 計器故障発生を監視し、送水/補助	水源の確保	1	1	1	1	1	1	1	低圧原子炉代替注水貯槽水位 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S A広帯域) 原子炉水位 (S A広帯域) サブプレッション・プール水位 常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力	
水源の確保	「緊急時貯水本器」に確認	②	②	②	②	②	②	②	低圧原子炉代替注水貯槽を水源とする系統のうち、運転している系統の注水量より低圧貯水罐水位の代替監視可能 低圧原子炉代替注水貯槽水位の代替監視可能 低圧原子炉代替注水貯槽水位の代替監視可能 低圧原子炉代替注水貯槽水位の代替監視可能 低圧原子炉代替注水貯槽水位の代替監視可能	
水源の確保	「緊急時貯水本器」に確認	②	②	②	②	②	②	②	低圧原子炉代替注水貯槽を水源とする系統のうち、運転している系統の注水量より低圧貯水罐水位の代替監視可能 低圧原子炉代替注水貯槽水位の代替監視可能 低圧原子炉代替注水貯槽水位の代替監視可能 低圧原子炉代替注水貯槽水位の代替監視可能	
水源の確保	「緊急時貯水本器」に確認	②	②	②	②	②	②	②	低圧原子炉代替注水貯槽を水源とする系統のうち、運転している系統の注水量より低圧貯水罐水位の代替監視可能 低圧原子炉代替注水貯槽水位の代替監視可能 低圧原子炉代替注水貯槽水位の代替監視可能 低圧原子炉代替注水貯槽水位の代替監視可能	

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ			評価					
		計器数	直後	SDI影響 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称		計器数	直後	負荷切り離し後	SDI影響	
重大事故等対 策要領	水源の確 保 2 / 2	1	1	1	①	-	低圧体管注水系原子炉注 水流量 (常設ライン用)	1	1	1	1	西側淡水貯水設備としてい る系統のうち、運転している系統の 注水量より、西側淡水貯水設備水位 の代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
							低圧体管注水系原子炉注 水流量 (常設ライン装置 用)	1	1	1	1		
操 作	水源の確 保	1	1	1	①	-	低圧体管注水系原子炉注 水流量 (常設ライン用)	1	1	1	1	西側淡水貯水設備としてい る系統のうち、運転している系統の 注水量より、西側淡水貯水設備水位 の代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
							低圧体管注水系原子炉注 水流量 (常設ライン装置 用)	1	1	1	1		

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ			評価					
		計器数	直後	SDI影響 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称		計器数	直後	負荷切り離し後	SDI影響	
重大事故等 対策要領	水源の確 保	1	1	1	①	-	低圧体管注水系原子炉注 水流量 (常設)	1	1	1	1	低圧体管注水系原子炉注水とす る系統のうち、運転している系統 の注水量より低圧体管注水設備 水位の代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
							低圧体管注水系原子炉注 水流量 (常設ライン装置 用)	1	1	1	1		
操 作	水源の確 保	1	1	1	②	-	低圧体管注水系原子炉注 水流量 (常設)	1	1	1	1	低圧体管注水系原子炉注水とす る系統のうち、運転している系統 の注水量より低圧体管注水設備 水位の代替監視可能	監視事項は主系パ ラメータにて確認
							低圧体管注水系原子炉注 水流量 (常設ライン装置 用)	1	1	1	1		

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

対応手段	項目	監視パラメータ	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータを計測する計器			評価			
			計器数	計器名称	分類	計器数	計器名称	分類	計器故障等	SBO		
1.13.2.1 水源を利用した対応手順 (6) 代替淡水貯槽を水源とした対応手順 (可搬型代替注水大型ポンプを使用する場合) a. 代替淡水貯槽を水源とした可搬型代替注水大型ポンプによる送水 (放水/海水)	重大事故等対策要領	初期 断絶 基準 (1 / 2)	1	1	①	-	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	1	代替淡水貯槽を水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、代替淡水貯槽水位の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
							低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン軟管)	1	1	1		
							低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	1		
							低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン軟管)	1	1	1		
							低圧代替注水系統格納容器スプレイ流量 (常設ライン用)	1	1	1		
							低圧代替注水系統格納容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1	1		
							低圧代替注水系統格納容器下部注水流量	1	1	1		
							原子炉水位 (広帯域)	2	2	1		
							原子炉水位 (S.A広帯域)	1	1	1		
							原子炉水位 (S.A燃料域)	1	1	1		
サブレーション・プール水位	1	1	1									
常設低圧代替注水系統ポンプ吐出圧力	2	2	2	2	2	2	2	2	2	代替淡水貯槽を水源とするポンプの吐出圧力より、代替淡水貯槽水位が確保されていることを監視可能		

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

対応手段	項目	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータを計測する計器			評価		
				計器数	計器名称	分類	計器数	計器名称	分類			
1.13.2 水源へ水を補助するための対応手順 (1) 低圧原子炉代替注水ポンプへ水を補助するための対応手順 原子炉注水系統用可搬型ポンプ/可搬型代替注水大型ポンプによる送水 (放水/海水)	初期 断絶 基準	水源の確保	1	1	①	-	代替注水流量 (常設)	1	1	1	低圧原子炉代替注水ポンプを水源とする系統のうち、運転している系統の注水量より、代替淡水貯槽水位の代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
							原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	1		
							原子炉水位 (S.A)	1	1	1		
							サブレーション・プール水位 (S.A)	1	1	1		
							低圧原子炉代替注水ポンプ吐出圧力	2	0	0		
							「緊急時対策本部」に確認	③				
							「緊急時対策本部」に確認	③				
							「緊急時対策本部」に確認	③				
							「緊急時対策本部」に確認	③				
							「緊急時対策本部」に確認	③				

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	対応手段	監視事項	抽出パワメータを計測する計器		抽出パワメータの代替パワメータを計測する計器		計器故障等	評価
			計器故障	直後	計器故障	直後		
重大事故等対策事項	水質の確保 水量確保 (2/2/2)	西側冷却水貯水設備水位	計器名称		抽出パワメータ	計器名称	計器故障	監視事項は抽出パワメータにて確認
			抽出パワメータ		抽出パワメータ	計器名称	計器故障	
重大事故等対策事項	水質の確保	冷却水貯水設備水位	計器名称		抽出パワメータ	計器名称	計器故障	監視事項は抽出パワメータにて確認
			抽出パワメータ		抽出パワメータ	計器名称	計器故障	

①：重要監視パワメータ、②：有効監視パワメータ、③：補助パワメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

①重要監視パワメータ、②有効監視パワメータ、③補助パワメータ

項目	対応手段	監視事項	抽出パワメータを計測する計器		抽出パワメータの代替パワメータを計測する計器		計器故障等	評価
			計器故障	直後	計器故障	直後		
重大事故等対策事項 水/燃料	水量の確保	冷却水貯水設備水位	計器名称		抽出パワメータ	計器名称	計器故障	監視事項は抽出パワメータにて確認
			抽出パワメータ		抽出パワメータ	計器名称	計器故障	
重大事故等対策事項	水量の確保	冷却水貯水設備水位	計器名称		抽出パワメータ	計器名称	計器故障	監視事項は抽出パワメータにて確認
			抽出パワメータ		抽出パワメータ	計器名称	計器故障	

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

項目	監視パラメータ				計器名称	計器数	計器名称	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価	
	分類	計器数	SDI 影響 直後	負荷切り離し後				計器数	直後		負荷切り離し後
対应手段											
1.13.2.1 水源を利用した対应手順 (8) 海を水源とした対应手順 a. 海を水源とした可搬型代替注水大型ポンプによる送水											
重大事故等対策要領											
水源の確保 別添基準書(1/2)	1	1	1	①	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	1	1	1	代替注水貯槽を水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、代替注水貯槽水位の代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
					低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	1	1	1	
					低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	1	1	1	
					低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	1	1	1	
					低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	1	1	1	
					低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	1	1	1	
					低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	1	1	1	
					低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	1	1	1	
					低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	1	1	1	
					低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	1	1	1	
原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	2	2	原子炉水位、サブプレッジョン、プールの水位の変化より、代替注水貯槽水位の代替監視可能					
原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	1	1	1						
原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	1	1						
サブプレッジョン・プール水位	1	1	1	1	1						
常設低圧代替注水系統ポンプ吐出圧力	2	2	2	2	2	代替注水貯槽を水源とするポンプの吐出圧力より、代替注水貯槽水位が確保されていることを監視可能					

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

項目	監視パラメータ				計器名称	計器数	計器名称	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価	
	分類	計器数	SDI 影響 直後	負荷切り離し後				計器数	直後		負荷切り離し後
1.13.2.2 水源を利用した対应手順 (8) 海を水源とした対应手順 a. 海を水源とした可搬型代替注水大型ポンプによる送水											
重大事故等対策要領											
水源の確保 別添基準書(1/2)	1	1	1	①	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	1	1	1	代替注水貯槽を水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、代替注水貯槽水位の代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
					低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	1	1	1	
					低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	1	1	1	
					低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	1	1	1	
					低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	1	1	1	
					低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	1	1	1	
					低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	1	1	1	
					低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	1	1	1	
					低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	1	1	1	
					低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	1	1	1	
原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	2	2	原子炉水位、サブプレッジョン、プールの水位の変化より、代替注水貯槽水位の代替監視可能					
原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	1	1	1						
原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	1	1						
サブプレッジョン・プール水位	1	1	1	1	1						
常設低圧代替注水系統ポンプ吐出圧力	2	2	2	2	2	代替注水貯槽を水源とするポンプの吐出圧力より、代替注水貯槽水位が確保されていることを監視可能					

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	SBO 影響		計器名称	計器数	SBO 影響		計器故障等	SBO
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		
重大事故等対策要領	水源の確保	西側淡水貯水設備水位	1	1		低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	1	西側淡水貯水設備を水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、西側淡水貯水設備水位の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
						低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	1		
操作	水源の確保	海を利用	-	-	-	低圧代替注水系格納容器下部注水流量	1	1	1	原子炉水位、サプレッション・プール水位の変化より、西側淡水貯水設備水位の代替監視可能	
						原子炉水位 (広帯域)	2	2	1		
						原子炉水位 (燃料域)	2	2	1		
						原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1		
						サプレッション・プール水位	1	1	1		

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

項目	分類	計器名称	計器数	SBO 影響		計器名称	計器数	SBO 影響		計器故障等	SBO
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		
重大事故等対策要領	水源の確保	海を利用	-	-	-	低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	1	西側淡水貯水設備を水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、西側淡水貯水設備水位の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
						低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	1		
						低圧代替注水系格納容器下部注水流量	1	1	1		
						原子炉水位 (広帯域)	2	2	1		
						原子炉水位 (燃料域)	2	2	1		
						原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1		
						サプレッション・プール水位	1	1	1		
						原子炉水位 (広帯域)	2	2	1		
						原子炉水位 (燃料域)	2	2	1		
						原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1		

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	監視パラメータ				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価				
	分類	計器名称	計器数	パラメータ分類		補助パラメータ分類理由	計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器故障等	SBO
1.13.2.2 水源へ水を供給するための対応手順 (1) 代替淡水貯槽へ水を補給するための対応手順 a. 可搬型代替注水中型ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替淡水貯槽への補給 (淡水/海水) (a) 西側淡水貯水設備を水源とした可搬型代替注水中型ポンプにより代替淡水貯槽への補給												
重大事故等対策要領	水源の確保	西側淡水貯水設備水位	1	①		低圧代替注水系原子炉注水量 (常設ライン用)	1	1	1	西側淡水貯水設備を水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、西側淡水貯水設備水位の代替監視可能		
	判断基準 (1 / 2)					低圧代替注水系原子炉注水量 (常設ライン用)	1	1	1			
						低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (常設ライン用)	1	1	1			
						低圧代替注水系格納容器下注注水量	1	1	1			
						原子炉水位 (広帯域)	2	2	2			
						原子炉水位 (燃料域)	2	2	2			
						原子炉水位 (S A広帯域)	1	1	1			
						原子炉水位 (S A燃料域)	1	1	1			
						サブプレッジョン・プールの水位	1	1	1			

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価	
	分類	計器名称	計器数	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器故障等	SBO	
原子炉水位監視 「海水を利用した水源の確保」	水源の確保	海水貯槽タンク水位	1	②	海水輸送ポンプの運転状態を監視するパラメータ			0	0			
海水貯槽タンク水位	水源の確保	海水貯槽タンク水位	1	②	海水輸送ポンプの運転状態を監視するパラメータ			0	0			
海水貯槽タンク水位	水源の確保	海水貯槽タンク水位	1	②	代替淡水源の確保状態を監視するパラメータ							

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	監視パラメータ	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
		分類	計器名称	計器数	計器名称	計器数	直後	負荷切り直し後	計器故障等	SBO
対応手段										
重大事故等対策要領	<p>水素の確 保 (2 / 2)</p>		<p>低圧代替注水系原子炉注 水流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注 水流量 (可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注 水流量 (可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注 水流量 (可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器 スプレイ流量 (常設ライ ン用) 低圧代替注水系格納容器 スプレイ流量 (可搬ライ ン用) 下部注水流量 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA広帯域) 原子炉水位 (SA燃料域) サプレッション・ブロー ル水位 常設低圧代替注水系ポン プ吐出圧力</p>	<p>1 1 1 1 1 1 1 1 2 2 1 1 1 1 1 1 2</p>	<p>低圧代替注水系原子炉注 水流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注 水流量 (可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注 水流量 (可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器 スプレイ流量 (常設ライ ン用) 低圧代替注水系格納容器 スプレイ流量 (可搬ライ ン用) 下部注水流量 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA広帯域) 原子炉水位 (SA燃料域) サプレッション・ブロー ル水位 常設低圧代替注水系ポン プ吐出圧力</p>	<p>1 1 1 1 1 1 1 1 2 2 1 1 1 1 1 1 2</p>	<p>1 1 1 1 1 1 1 1 2 2 1 1 1 1 1 1 2</p>	<p>代替注水貯槽を水源として系統の注水量より、代替注水貯槽水位の代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認</p>		

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	抽出パラメータ	計器名称	計器数	評価		
					直後	負荷切り直し後							直後	負荷切り直し後	計器故障等
1.13.3 水素を供給するための対応要領 (1) 原子炉降圧時の低圧サプレッション系の水素供給 a. 原子炉降圧時の低圧サプレッション系の水素供給	水素の確保 原子炉降圧時の低圧サプレッション系の水素供給		低圧代替注水貯槽水位	1	0	0	③	低圧代替注水貯槽水位	低圧代替注水貯槽水位	①	低圧代替注水貯槽水位	1	1	1	
事故時検査要領 (1) 低圧サプレッション系	水素の確保 原子炉降圧時の低圧サプレッション系の水素供給		低圧代替注水貯槽水位	2	2	2	①	低圧代替注水貯槽水位	低圧代替注水貯槽水位	①	低圧代替注水貯槽水位	2	2	2	
操作	水素の確保 原子炉降圧時の低圧サプレッション系の水素供給		低圧代替注水貯槽水位	1	1	1	①	低圧代替注水貯槽水位	低圧代替注水貯槽水位	①	低圧代替注水貯槽水位	1	1	1	

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数		パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器名称	計器数		計器故障等	SBO
			直後	SBO影響				直後	SBO影響		
重大事故等対策要領	水源の確保 操作 (1 / 2)	西側淡水貯水設備水位	1	1	①	低圧代替注水系原子炉注水量 (常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水量 (常設ライン兼帯用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器下注注水量 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S.A広帯域) 原子炉水位 (S.A燃料域) サブレーション・プール水位	1 1 1 1 2 2 1 1 1 1	1 1 1 1 2 2 1 1 1 1	計器故障等	西側淡水貯水設備を水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、西側淡水貯水設備水位の代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認	

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				計器故障等	SBO	
			計器名称	計器数		パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器名称	計器数				計器故障等
				直後	SBO影響				直後	SBO影響			
重大事故等対策要領	水源の確保 操作 (1 / 2)	西側淡水貯水設備水位	1	1	①	低圧代替注水系原子炉注水量 (常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水量 (常設ライン兼帯用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器下注注水量 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S.A広帯域) 原子炉水位 (S.A燃料域) サブレーション・プール水位	1 1 1 1 2 2 1 1 1 1	1 1 1 1 2 2 1 1 1 1	計器故障等	西側淡水貯水設備を水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、西側淡水貯水設備水位の代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認			

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響				
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後			
重大事故等対策要項	水源の確保 ② / ②	抽出パラメータ 補助パラメータ 分類理由	パラメータ 分類	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後	低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用)	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用)	1	1	計器故障等 SBO
						低圧代替注水系原子炉注水流量(可動ライン用)	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流量(可動ライン用)	1	1	
						低圧代替注水系原子炉注水流量(可動ライン用)	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流量(可動ライン用)	1	1	
						低圧代替注水系統貯留容器スプレイ流量(常設ライン用)	1	1	低圧代替注水系統貯留容器スプレイ流量(可動ライン用)	1	1	
						低圧代替注水系統貯留容器スプレイ流量(可動ライン用)	1	1	低圧代替注水系統貯留容器スプレイ流量(可動ライン用)	1	1	
						低圧代替注水系統貯留容器スプレイ流量(可動ライン用)	1	1	低圧代替注水系統貯留容器スプレイ流量(可動ライン用)	1	1	
						低圧代替注水系統貯留容器スプレイ流量(可動ライン用)	1	1	低圧代替注水系統貯留容器スプレイ流量(可動ライン用)	1	1	
						低圧代替注水系統貯留容器スプレイ流量(可動ライン用)	1	1	低圧代替注水系統貯留容器スプレイ流量(可動ライン用)	1	1	
						低圧代替注水系統貯留容器スプレイ流量(可動ライン用)	1	1	低圧代替注水系統貯留容器スプレイ流量(可動ライン用)	1	1	
						低圧代替注水系統貯留容器スプレイ流量(可動ライン用)	1	1	低圧代替注水系統貯留容器スプレイ流量(可動ライン用)	1	1	
低圧代替注水系統貯留容器スプレイ流量(可動ライン用)	1	1	低圧代替注水系統貯留容器スプレイ流量(可動ライン用)	1	1							

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響				
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後			
重大事故等対策要項	水源の確保 ② / ②	抽出パラメータ 補助パラメータ 分類理由	パラメータ 分類	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後	低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用)	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用)	1	1	計器故障等 SBO
						低圧代替注水系原子炉注水流量(可動ライン用)	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流量(可動ライン用)	1	1	
						低圧代替注水系原子炉注水流量(可動ライン用)	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流量(可動ライン用)	1	1	
						低圧代替注水系統貯留容器スプレイ流量(常設ライン用)	1	1	低圧代替注水系統貯留容器スプレイ流量(可動ライン用)	1	1	
						低圧代替注水系統貯留容器スプレイ流量(可動ライン用)	1	1	低圧代替注水系統貯留容器スプレイ流量(可動ライン用)	1	1	
						低圧代替注水系統貯留容器スプレイ流量(可動ライン用)	1	1	低圧代替注水系統貯留容器スプレイ流量(可動ライン用)	1	1	
						低圧代替注水系統貯留容器スプレイ流量(可動ライン用)	1	1	低圧代替注水系統貯留容器スプレイ流量(可動ライン用)	1	1	
						低圧代替注水系統貯留容器スプレイ流量(可動ライン用)	1	1	低圧代替注水系統貯留容器スプレイ流量(可動ライン用)	1	1	
						低圧代替注水系統貯留容器スプレイ流量(可動ライン用)	1	1	低圧代替注水系統貯留容器スプレイ流量(可動ライン用)	1	1	
						低圧代替注水系統貯留容器スプレイ流量(可動ライン用)	1	1	低圧代替注水系統貯留容器スプレイ流量(可動ライン用)	1	1	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

対応手段	項目	抽出バロメータを計測する計器				抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器				評価
		計器名称	計器数	直後	計器数	計器名称	計器数	直後	計器数	
1.13.2.9 水源へ水と供給するための対応手順 (1) 代替給水設備へ水と供給するための対応手順 a. 甲種型代替注水中部ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替給水設備への供給 b. 落水タンクを水源とした可搬型代替注水中部ポンプ又は可搬型代替注水大型ポンプによる代替給水設備への供給	重大事故等対策要領	多目的タンク水位	1	0	③	—	—	—	—	—
		ろ過水貯蔵タンク水位	1	0	③	—	—	—	—	—
1.13.3 水質を取り戻すための対応手順 電子力監視装置手帳 水/熱交換器 注排水を利用した蒸気の発生	水源の確保	原水タンク水位	1	0	③	—	—	—	—	—
		粗水貯蔵タンク水位	1	0	③	—	—	—	—	—
1.13.3.1 蒸気発生装置手帳 水/熱交換器 注排水を利用した蒸気の発生	蒸気発生装置	低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	①	低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	1	監視事項は抽出バロメータにて確認
		低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン使用)	1	1	①	低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン使用)	1	1	1	
1.13.3.2 蒸気発生装置手帳 水/熱交換器 注排水を利用した蒸気の発生	蒸気発生装置	低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン使用)	1	1	①	低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン使用)	1	1	1	監視事項は抽出バロメータにて確認
		低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン使用)	1	1	①	低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン使用)	1	1	1	
1.13.3.3 蒸気発生装置手帳 水/熱交換器 注排水を利用した蒸気の発生	蒸気発生装置	高圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1	①	高圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1	1	監視事項は抽出バロメータにて確認
		高圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1	①	高圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1	1	
1.13.3.4 蒸気発生装置手帳 水/熱交換器 注排水を利用した蒸気の発生	蒸気発生装置	下部注水流量	1	1	①	下部注水流量	1	1	1	監視事項は抽出バロメータにて確認
		原子炉水位 (広帯域)	2	2	①	原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	
1.13.3.5 蒸気発生装置手帳 水/熱交換器 注排水を利用した蒸気の発生	蒸気発生装置	原子炉水位 (S/A広帯域)	1	1	①	原子炉水位 (S/A広帯域)	1	1	1	監視事項は抽出バロメータにて確認
		原子炉水位 (S/A燃料域)	1	1	①	原子炉水位 (S/A燃料域)	1	1	1	
1.13.3.6 蒸気発生装置手帳 水/熱交換器 注排水を利用した蒸気の発生	蒸気発生装置	サブプレッシャ・プール水位	1	1	①	サブプレッシャ・プール水位	1	1	1	監視事項は抽出バロメータにて確認
		常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力	2	2	①	常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力	2	2	2	

①：重要監視バロメータ、②：有効監視バロメータ、③：補助バロメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

項目	分類	計器名称	計器数	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器		評価	
				計器数	直後	計器数	直後		
1.13.3.1 蒸気発生装置手帳 水/熱交換器 注排水を利用した蒸気の発生	蒸気発生装置	高圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1	①	高圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1	監視事項は抽出バロメータにて確認
		高圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1	①	高圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1	
1.13.3.2 蒸気発生装置手帳 水/熱交換器 注排水を利用した蒸気の発生	蒸気発生装置	原子炉水位 (広帯域)	2	2	①	原子炉水位 (広帯域)	2	2	監視事項は抽出バロメータにて確認
		原子炉水位 (S/A広帯域)	1	1	①	原子炉水位 (S/A広帯域)	1	1	
1.13.3.3 蒸気発生装置手帳 水/熱交換器 注排水を利用した蒸気の発生	蒸気発生装置	原子炉水位 (S/A燃料域)	1	1	①	原子炉水位 (S/A燃料域)	1	1	監視事項は抽出バロメータにて確認
		サブプレッシャ・プール水位	1	1	①	サブプレッシャ・プール水位	1	1	
1.13.3.4 蒸気発生装置手帳 水/熱交換器 注排水を利用した蒸気の発生	蒸気発生装置	常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力	2	2	①	常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力	2	2	監視事項は抽出バロメータにて確認
		常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力	2	2	①	常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力	2	2	

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の取束に必要な水の供給手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	計器数	計器名称	計器数	計器数	
対応手段 重し集積等対策 要項	水源の確保	多目的タンク水位	1	0	③	原子炉水位 (広帯域)	1	計器故障等 SBO
		通水貯蔵タンク水位	1	0	③	原子炉水位 (燃料域)	2	
		原水タンク水位	1	0	③	原子炉水位 (S/A上帯域)	1	
		純水貯蔵タンク水位	1	0	③	原子炉水位 (S/A燃料域)	1	
操作	水源の確保	原子炉水位 (広帯域)	1	1	①	原子炉水位 (燃料域)	2	代替淡水貯槽を水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、代替淡水貯槽水位の代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認 原子炉水位、サブプレッショングループ水位の低下より、代替淡水貯槽水位の代替監視可能。 代替淡水貯槽とするポンプの吐出圧力より、代替淡水貯槽水位が確保されていることを監視可能
		原子炉水位 (燃料域)	2	2		原子炉水位 (S/A上帯域)	1	
		原子炉水位 (S/A上帯域)	1	1		原子炉水位 (S/A燃料域)	1	
		原子炉水位 (S/A燃料域)	1	1		サブプレッショングループ水位	1	
		サブプレッショングループ水位	1	1		常設低圧代注水系統ポンプ吐出圧力	2	
		常設低圧代注水系統ポンプ吐出圧力	2	2				
		監視淡水貯槽水位	1	1				
		監視淡水貯槽水位 (常設ライン用)	1	1				
		監視淡水貯槽水位 (可搬ライン用)	1	1				
		監視淡水貯槽水位 (可搬ライン用)	1	1				

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

項目	分類	抽出バラムメータを計測する計器			抽出バラムメータの代替バラムメータを計測する計器			評価
		計器名称	バラムメータ分類	補助バラムメータ分類理由	計器数	計器名称	計器数	
対応手段								計器故障等
1.13.2 本所へ水を供給するための対応手順 (1) 代替貯槽へ水を供給するための対応手順 a. 可搬型代替注水中ポンプ又は可搬型代替注水大形ポンプによる代替貯槽への補給 a. (1) 水を水源とした可搬型代替注水中ポンプ又は可搬型代替注水大形ポンプによる代替貯槽への補給								
重大事故等対策要項	水源の確保	1	①	-	1	1	1	1
		低圧代替注水系統原子炉注水量 (常設ライン用)			低圧代替注水系統原子炉注水量 (常設ライン用)	1	1	1
		低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン用)			低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1	1
		低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン用)			低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1	1
		低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン用)			低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1	1
		低圧代替注水系統格納容器スプレイ流量 (常設ライン用)			低圧代替注水系統格納容器スプレイ流量 (常設ライン用)	1	1	1
		低圧代替注水系統格納容器スプレイ流量 (可搬ライン用)			低圧代替注水系統格納容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1	1
		低圧代替注水系統格納容器下部注水量			低圧代替注水系統格納容器下部注水量	1	1	1
		原子炉水位 (炉内)			原子炉水位 (炉内)	2	2	1
		原子炉水位 (SAL)			原子炉水位 (SAL)	2	2	1
		原子炉水位 (SAL)			原子炉水位 (SAL)	1	1	1
		サブプレッジョン・プール水位			サブプレッジョン・プール水位	1	1	1
		常設低圧代替注水系統ポンプ吐出圧力			常設低圧代替注水系統ポンプ吐出圧力	2	2	2

①：重要監視バラムメータ、②：有効監視バラムメータ、③：補助バラムメータ

監視事項は抽出バラムメータにて確認

代替貯槽を水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、代替貯槽水位の代替監視可能

原子炉水位、サブプレッジョン・プール水位の変化より、代替貯槽水位の代替監視可能

代替貯槽水位を水源とするポンプの吐出圧力より、代替貯槽水位が確保されていることを監視可能

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
		計器名称	計器数	直後 / SBO影響 / 負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後 / SBO影響 / 負荷切り離し後		
重大事故等対策要項	水源の確保	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用) 低圧代替注水系統格納容器スプレイ流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系統格納容器スプレイ流量 (可搬ライン用) 低圧代替注水系統格納容器下部注水流量 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S A広帯域) 原子炉水位 (S A燃料域) サブプレッジョン・ブール水位 常設低圧代替注水系統ポンプ吐出圧力	1	1	1	1	1	1	計器故障等 代替注水貯槽を水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、代替注水貯槽水位の代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認 原子炉水位、サブプレッジョン・ブール水位の変化より、代替注水貯槽水位の代替監視可能 代替注水貯槽を水源とするポンプの吐出圧力より、代替注水貯槽水位が確保されていることを監視可能
			1	1	1	1	1	1	
			1	1	1	1	1	1	
			1	1	1	1	1	1	
			1	1	1	1	1	1	
			1	1	1	1	1	1	
			1	1	1	1	1	1	
			2	2	2	2	2	2	
			1	1	1	1	1	1	
			2	2	2	2	2	2	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対応に係る監視事項

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	
1.13.2.2 水源へ水を補給するための対応手順 (2) 西側淡水貯水設備へ水を補給するための対応手順 a. 可搬型代替注水大型ポンプによる西側淡水貯水設備への補給 (淡水/海水) a. 可搬型代替注水大型ポンプとした可搬型代替注水大型ポンプによる西側淡水貯水設備への補給 (a) 代替淡水貯水設備を水源とした可搬型代替注水大型ポンプによる西側淡水貯水設備への補給	水源の確保	1	1	①		低圧代替注水系統貯水水位	1	
		1	1			低圧代替注水系統貯水水位	1	
重大事故等対策要綱	判別基準 (1, 2)	1	1			低圧代替注水系統貯水水位	1	
		1	1			低圧代替注水系統貯水水位	1	
		1	1			低圧代替注水系統貯水水位	1	
		1	1			低圧代替注水系統貯水水位	1	
		1	1			低圧代替注水系統貯水水位	1	
		1	1			低圧代替注水系統貯水水位	1	
		1	1			低圧代替注水系統貯水水位	1	
		1	1			低圧代替注水系統貯水水位	1	
		1	1			低圧代替注水系統貯水水位	1	
		1	1			低圧代替注水系統貯水水位	1	

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価				
		計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
対応手段 重大事故等対 策要領	判断基準 (2 / 2)	水源の確保	西側淡水貯水設備水位	1	1	1	低圧代替注水系原子炉注 水流量 (常設ライン用)	1	1	1	西側淡水貯水設備を水源としている系 統のうち、運転している系統の注水量 より、西側淡水貯水設備水位の代替監 視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
							低圧代替注水系原子炉注 水流量 (常設ライン狭帯 域用)	1	1	1		
							低圧代替注水系格納容器 スプレイ流量 (常設ライ ン用)	1	1	1		
							低圧代替注水系格納容器 下部注水流量	1	1	1		
							原子炉水位 (広帯域)	2	2	1		
							原子炉水位 (燃料域)	2	2	1		
							原子炉水位 (S.A広帯域)	1	1	1		
							原子炉水位 (S.A燃料域)	1	1	1		
							サブレーション・プール 水位	1	1	1		

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
		計器名称	計器数	直後 SBO 影響 負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後 SBO 影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
重大事故等対策要項	水源の確保 ① / ②	低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	代替注水貯槽を水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、代替注水貯槽水位の代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認	
		低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン兼用)	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1		
		低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン兼用)	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1		
		低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (常設ライン用)	1	1	低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1		
		低圧代替注水系格納容器下部注水流量	1	1	低圧代替注水系格納容器下部注水流量	1	1		
		原子炉水位 (広帯域)	2	2	原子炉水位 (広帯域)	2	2		
		原子炉水位 (SA広帯域)	1	1	原子炉水位 (SA広帯域)	1	1		
		原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	原子炉水位 (SA燃料域)	1	1		
		サブプレッジョン・プール水位	1	1	サブプレッジョン・プール水位	1	1		
		常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力	2	2	常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力	2	2		

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.13 重大事故等の取束に必要なとなる水の供給手順等

対応手段	項目	監視パラメータ						評価				
		分類	計器名称	パラメータ 分種	補助パラメータ 分種理由	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO	
重大事故等対 策要領	水源の確保 ① / ②						低圧代替注水系原子炉注 水流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注 水流量 (可搬ライン依 帯用) 低圧代替注水系原子炉注 水流量 (可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注 水流量 (可搬ライン依 帯用)	1 1 1 1		1 1 1 1	代替注水貯槽を水源とし て、運転している系統の うち、運転している系統 の注水量より、代替注水 貯槽水位の代替監視可能	
			水源の確保 代替注水貯槽水位	①	-		低圧代替注水系統納容 器スプレイ流量 (常設ラ イン用) 低圧代替注水系統納容 器スプレイ流量 (可搬ラ イン用) 低圧代替注水系統納容 器下部注水流速 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA広帯域) 原子炉水位 (SA燃料域) サブプレッショ ン・プ ール 水位 兼設低圧代替注水系統ボ ンプ吐出圧力	1 1 1 2 2 1 1 1 1	1 1 1 2 2 1 1 1 1		監視事項は抽 出パラメータ にて確認	代替注水貯槽を水源とするボ ンプの吐出圧力より、代替 注水貯槽水位が確保され ていることを監視可能

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータを計測する計器			評価	
			計器数	SBD 影響 直後	負荷切り離し後	計器数	SBD 影響 直後	負荷切り離し後		
1.13.2.2 水源へ水を供給するための対応手順 (2) 西側淡水貯水設備へ水を供給するための対応手順 a. 可搬型代替注水大型ポンプによる西側淡水貯水設備への補給 (淡水/海水) b. 淡水タンクを水源とした可搬型代替注水大型ポンプによる西側淡水貯水設備への補給	判別基準 水源の確保	多目的タンク水位	1	0	③	1	1	1	西側淡水貯水設備を水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、西側淡水貯水設備水位の代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認	
			ろ過水貯蔵タンク水位	1	0	③	1	1		1
			原水タンク水位	1	0	③	1	1		1
			純水貯蔵タンク水位	1	0	③	1	1		1
			西側淡水貯水設備水位	1	1	①	1	1		1

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		
重大事故等対策要領		多目的タンク水位	1	0	0	—	—	—	—	—	—
		ろ過水貯蔵タンク水位	1	0	0	—	—	—	—	—	—
		原水タンク水位	1	0	0	—	—	—	—	—	—
		純水貯蔵タンク水位	1	0	0	—	—	—	—	—	—
操作	水源の確保	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	1	1	1	1	1	1	西側淡水貯水設備を水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、西側淡水貯水設備水位の代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
		低圧代替注水系統格納容器スプレイ流量 (常設ライン用)	1	1	1	1	1	1	1	1	
		西側淡水貯水設備水位	1	1	1	1	2	2	2	1	原子炉水位、サブプレッジョン・プールの水位の変化より、西側淡水貯水設備水位の代替監視可能

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	分類	抽出パワメータを計測する計器			抽出パワメータ			抽出パワメータの代替パワメータを計測する計器			評価					
		計器名	計器数	直接	パワメータ	補助パワメータ	計器名	計器数	直接	計器名	計器数	直接	計器名	計器数	直接	
1.13.2.2 水源へ水を供給するための対応手順 a. 西側淡水貯水設備へ水を供給するための対応手順 a. 可搬型代替注水大型ポンプによる西側淡水貯水設備への補給 (淡水/海水) (c) 水を水源とした可搬型代替注水大型ポンプによる西側淡水貯水設備への補給	重大事故等対策要項	西側淡水貯水設備水位	1	1	①	-	西側淡水貯水設備水位	1	1	西側淡水貯水設備水位の代替監視可能	1	1	西側淡水貯水設備水位として監視する際、運転している系統の注水量より、西側淡水貯水設備水位の代替監視可能	1	1	監視事項は抽出パワメータにて確認
水源の確保	水源の確保	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1			低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	
		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1			低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	
		原子炉水位 (広域)	2	2			原子炉水位 (広域)	2	2	原子炉水位 (広域)	2	2	原子炉水位 (広域)	2	2	
		原子炉水位 (SA広域)	1	1			原子炉水位 (SA広域)	1	1	原子炉水位 (SA広域)	1	1	原子炉水位 (SA広域)	1	1	
		原子炉水位 (SA機組)	1	1			原子炉水位 (SA機組)	1	1	原子炉水位 (SA機組)	1	1	原子炉水位 (SA機組)	1	1	
		サブプレッシャ・プール水位	1	1			サブプレッシャ・プール水位	1	1	サブプレッシャ・プール水位	1	1	サブプレッシャ・プール水位	1	1	
		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1			低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	
		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1			低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	
		原子炉水位 (広域)	2	2			原子炉水位 (広域)	2	2	原子炉水位 (広域)	2	2	原子炉水位 (広域)	2	2	
		原子炉水位 (SA広域)	1	1			原子炉水位 (SA広域)	1	1	原子炉水位 (SA広域)	1	1	原子炉水位 (SA広域)	1	1	
		原子炉水位 (SA機組)	1	1			原子炉水位 (SA機組)	1	1	原子炉水位 (SA機組)	1	1	原子炉水位 (SA機組)	1	1	
		サブプレッシャ・プール水位	1	1			サブプレッシャ・プール水位	1	1	サブプレッシャ・プール水位	1	1	サブプレッシャ・プール水位	1	1	

①: 重要監視パワメータ, ②: 有効監視パワメータ, ③: 補助パワメータ

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

対応手段	項目	分類	監視パラメータ				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	評価	
			計器名称	計器数	SDI影響 直後	負荷切り履し後		計器故障	計器故障等
1.13.2.3 水源を切り替えるための対応手順 (1) 原子炉隔離時冷卻系及び高圧炉心スプレイズ系の水調の切替え a. 原子炉隔離時冷卻系による原子炉圧力容器への注水時の水源の切替え AM設置別機 作手順書	原子炉格納容器内 の水調	③							
	原子炉格納容器内の 水調	③							
	原子炉格納容器内の 水調	③							
	原子炉格納容器内の 水調	③							
	原子炉格納容器内の 水調	③							
1.13.2.3 水源を切り替えるための対応手順 (1) 原子炉隔離時冷卻系及び高圧炉心スプレイズ系の水調の切替え a. 原子炉隔離時冷卻系による原子炉圧力容器への注水時の水源の切替え AM設置別機 作手順書	原子炉格納容器内の 水調	③							
	原子炉格納容器内の 水調	③							
	原子炉格納容器内の 水調	③							
	原子炉格納容器内の 水調	③							
	原子炉格納容器内の 水調	③							
1.13.2.3 水源を切り替えるための対応手順 (1) 原子炉隔離時冷卻系及び高圧炉心スプレイズ系の水調の切替え a. 原子炉隔離時冷卻系による原子炉圧力容器への注水時の水源の切替え AM設置別機 作手順書	原子炉格納容器内の 水調	③							
	原子炉格納容器内の 水調	③							
	原子炉格納容器内の 水調	③							
	原子炉格納容器内の 水調	③							
	原子炉格納容器内の 水調	③							

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第 1 表 重大事故等対処に係る監視事項

1. 13 重大事故等の取束に必要なとなる水の供給手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		バックアップパラメータを計測する計器		計器数	計器名称	計器故障等	評価	SBO
			計器数	直後	負荷切り直し後	計器数					
1.13.2.3 水漏れを切り替えるための対応手順 (1) 原子炉冷却系及び向圧向心スプレイン系の水漏れの検知 AMT設備切替 作手順書	水漏れの検知	従水貯蔵タンク水位	2	0	0	0	③	低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用) は低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用) 低圧代替注水系統調整器スプレイン流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系統調整器スプレイン流量 (可搬ライン用) 低圧代替注水系統調整器	---	---	---
	原子炉格納容器内水位	サブプレッション・プール水位	1	1	1	1	①	低圧代替注水系統調整器スプレイン流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系統調整器スプレイン流量 (可搬ライン用) 低圧代替注水系統調整器	---	---	---
判別	監視	格納容器内水位	サブプレッション・プール水位	3	3	3	①	低圧代替注水系統調整器スプレイン流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系統調整器スプレイン流量 (可搬ライン用) サブプレッション・チェンバール水位	---	---	---
操作	監視	格納容器内水位	サブプレッション・プール水位	2	0	0	③	低圧代替注水系統調整器スプレイン流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系統調整器スプレイン流量 (可搬ライン用) サブプレッション・チェンバール水位	---	---	---

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
		計器名称	計器数	直後 SBO影響 SBO影響後 負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後 SBO影響 SBO影響後 負荷切り離し後		
1.13.2.3 水源へ水を供給するための対応手順 (2) 淡水から海水への切替え a. 代替淡水貯槽へ供給する水源の切替え									
重大事故等対策要項									
判断基準 (1) / (2)	水源の確保	代替淡水貯槽水位	①	1	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認 代替淡水貯槽を水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、代替淡水貯槽水位の代替監視可能 原子炉水位、サブプレッジョン・プール水位の変化より、代替淡水貯槽水位の代替監視可能 代替淡水貯槽を水源とするポンプの吐出圧力より、代替淡水貯槽水位が確保されていることを監視可能
			②	1	1	1	1	1	
			③	1	1	1	1	1	
			④	1	1	1	1	1	
			⑤	1	1	1	1	1	
			⑥	1	1	1	1	1	
			⑦	1	1	1	1	1	
			⑧	1	1	1	1	1	
			⑨	1	1	1	1	1	
			⑩	1	1	1	1	1	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価				
	分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 直後	計器故障等	SBO		
対応手段 重大事故等対 策要領	判断基準 (2/2)	西側淡水貯水設備水位 水源の確保	1	1	①	-	低圧代替注水系原子炉注 水量 (常設ライン用)	1	1	1	西側淡水貯水設備を水源としている系 統のうち、運転している系統の注水量 より、西側淡水貯水設備水位の代替監 視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
			1	1			低圧代替注水系原子炉注 水量 (常設ライン狭帯 域用)	1	1	1			
			1	1			低圧代替注水系格納容器 スプレイ流量 (常設ライ ン用)	1	1	1	1		
			1	1			低圧代替注水系格納容器 下部注水量	1	1	1	1		
			2	2			原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	2		
			2	2			原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	2		
			1	1			原子炉水位 (SA広帯域)	1	1	1	1		
			1	1			原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	1	1		
			1	1			サブレーション・プール 水位	1	1	1	1		
			1	0			③		多目的タンク水位	1	0	-	-
1	0			③		ろ過水貯蔵タンク水位	1	0	-	-	-		
1	0			③		原水タンク水位	1	0	-	-	-		
1	0			③		純水貯蔵タンク水位	1	0	-	-	-		

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	監視パラメータ	抽出パラメータの計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価			
		計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器故障等	SFO		
対応手段 重大事故等対 処要領	重大事故等 発生時の 監視事項	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SFO影響 直後 負荷切り離し後	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SFO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SFO
					低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (常設ライン用)	1	1		
					低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1	1		
					低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1	1		
					低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1	1		
					低圧代替注水系統格納容器 スプレッド流量 (常設ライ ン用)	1	1		
			①		低圧代替注水系統格納容器 スプレッド流量 (可搬ライ ン用)	1	1		
					低圧代替注水系統格納容器 下部注水量	1	1		
					原子炉水位 (広帯域)	2	2		
					原子炉水位 (標準域)	2	2		
					原子炉水位 (S.A広帯域)	1	1		
					原子炉水位 (S.A標準域)	1	1		
					サブレーション・プール 水位	1	1		
					常設低圧代替注水系統ソ ンブ吐出圧力	2	2		
					海を利用	-	-		

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

対応手段	項目	監視パラメータ											
		分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価				
			計器名称	計器数	直後	SBO影響	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器名称	計器数	直後	SBO	
	1.13.2.3 水源へ水を供給するための対応手順 (2) 淡水から海水への切替え b. 西側淡水貯水設備への供給する水源の切替え 重大事故等対策要領	水源の確保	西側淡水貯水設備水位	1	1	1	①	-	低圧代替注水系原子炉注水量 (常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水量 (常設ライン狭帯減用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水量 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A広帯域) 原子炉水位 (S.A燃料域) サブレーション・プールの水位	1 1 1 1 2 2 1 1 1 1	1 1 1 1 2 2 1 1 1 1	1 1 1 1 1 1 1 1 1 1	西側淡水貯水設備を水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、西側淡水貯水設備水位の代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の取束に必要なとなる水の供給手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響			
				直後	負荷印り直し後			直後	負荷印り直し後		
重大事故等対策 重要順	項目 監視基礎 (2/2)	代替淡水貯槽水位	1	1	①	補助パラメータ 分類理由	低圧代替注本系原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	代替淡水貯槽を水測としている系統のうち、運転している系統の注水量より、代替淡水貯槽水位の代替監視可能	
							低圧代替注本系原子炉注水流量 (常設ライン兼用)	1	1		
							低圧代替注本系原子炉注水流量 (可動ライン用)	1	1		
							低圧代替注本系原子炉注水流量 (可動ライン兼用)	1	1		
							低圧代替注本系燃料容器スプレイ流量 (常設ライン用)	1	1		
							低圧代替注本系燃料容器スプレイ流量 (可動ライン用)	1	1		
							下送注水流量	1	1		
							原子炉水位 (広帯域)	2	2		
							原子炉水位 (燃料域)	2	2		
							原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1		
							原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1		
							サブプレッジョン・プールの水位	1	1		
							常設低圧代替注本系ポンプ吐出圧力	2	2		
							多目的タンク水位	1	0	③	代替淡水源の確保
							蒸気貯蔵タンク水位	1	0	③	保安性を確認するパラメータ
							原水タンク水位	1	0	③	
低圧貯蔵タンク水位	1	0	③								

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO	
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後			
重大事故等対策要領	水源の確保	西側淡水貯水設備水位	1	1	①	補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	西側淡水貯水設備を水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、西側淡水貯水設備水位の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
						①	①	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1		
重大事故等対策要領	海を利用	海を利用	-	-	-	-	-	低圧代替注水系統格納容器下部注水流量	1	1	原子炉水位、サブレーション・プール水位の変化より、西側淡水貯水設備水位の代替監視可能	-
								原子炉水位 (広帯域)	2	2		
								原子炉水位 (燃料域)	2	2		
								原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1		
重大事故等対策要領	海を利用	海を利用	-	-	-	-	-	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	-	-
								サブレーション・プール水位	1	1		

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

Table with columns: 項目, 項目分類, 計器名称, 計器数, 抽出ハバメータを計測する計器, 抽出ハバメータを計測する計器, 抽出ハバメータの代替ハバメータを計測する計器, 評価. It details monitoring items for power supply assurance at the柏崎刈羽 nuclear power plant.

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

Table with columns: 項目, 項目分類, 計器名称, 計器数, 抽出ハバメータを計測する計器, 抽出ハバメータを計測する計器, 抽出ハバメータの代替ハバメータを計測する計器, 評価. It details monitoring items for power supply assurance at the Tokai-2 nuclear power plant.

重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

Table with columns: 項目, 項目分類, 計器名称, 計器数, 抽出ハバメータを計測する計器, 抽出ハバメータを計測する計器, 抽出ハバメータの代替ハバメータを計測する計器, 評価. It details monitoring items for power supply assurance at the Shimonoseki nuclear power plant.

備考
・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1. 14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器		評価	
				計器数	直後	直後	計器名称	計器数	直後
事故時運転再開(既除ベース) 事故時運転再開手順書(停止時復旧ベース) AM設備別操作手順書 「他号炉D/GによるM/C」の電源構成 C-Dへの電源構成(冷却ポンプ化用) D/G(W)による他号炉への電力供給 多様なハザード対応手順 「停炉電力融通ケーブル」による電力融通	500kV 母線電圧	電圧	500kV 母線電圧	0	0	500kV 母線の受電状態を確認するバロメータ	-	-	-
	M/C 2C電圧	電圧	M/C 2C電圧	1	1	非常用M/Cの受電状態を確認するバロメータ	-	-	-
	M/C 2D電圧	電圧	M/C 2D電圧	1	1	非常用M/Cの受電状態を確認するバロメータ	-	-	-
	非常用B/C 発電機出力(他号炉)	電圧	「緊急時対策本部」に確認 「緊急時対策本部」に確認 「緊急時対策本部」に確認 「緊急時対策本部」に確認	1	1	代替電源設備の運転状態を確認するバロメータ	-	-	-
	非常用B/C 発電機出力(他号炉)	電圧	「緊急時対策本部」に確認	1	1	非常用M/Cの受電状態を確認するバロメータ	-	-	-
	非常用B/C 発電機出力(他号炉)	電圧	「緊急時対策本部」に確認	1	1	非常用M/Cの受電状態を確認するバロメータ	-	-	-
	非常用B/C 発電機出力(他号炉)	電圧	「緊急時対策本部」に確認	1	1	非常用M/Cの受電状態を確認するバロメータ	-	-	-
	非常用B/C 発電機出力(他号炉)	電圧	「緊急時対策本部」に確認	1	1	非常用M/Cの受電状態を確認するバロメータ	-	-	-
	非常用B/C 発電機出力(他号炉)	電圧	「緊急時対策本部」に確認	1	1	非常用M/Cの受電状態を確認するバロメータ	-	-	-
	非常用B/C 発電機出力(他号炉)	電圧	「緊急時対策本部」に確認	1	1	非常用M/Cの受電状態を確認するバロメータ	-	-	-

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1. 14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器		評価	
				計器数	直後	直後	計器名称	計器数	直後
1.14.2.2 代替電源(直後)による対応手順 (D) 代替電源設備試験による給電 非常時運転再開手順書(既除ベース) 「電源供給回復」 非常時運転再開手順書(既除ベース) 「停止時電源回復」 AM設備別操作手順書 非常時運転再開手順書(既除ベース) 「電源供給回復」 非常時運転再開手順書(既除ベース) 「停止時電源回復」 AM設備別操作手順書 重大事故等対処要領	275kV 東海第二原子力炉1L電圧	電圧	275kV 東海第二原子力炉1L電圧	1	1	東海第二原子力炉1Lの受電状態を確認するバロメータ	-	-	-
	275kV 東海第二原子力炉2L電圧	電圧	275kV 東海第二原子力炉2L電圧	1	1	東海第二原子力炉2Lの受電状態を確認するバロメータ	-	-	-
	154kV 原子力1号機電圧	電圧	154kV 原子力1号機電圧	1	1	原子力1号機の受電状態を確認するバロメータ	-	-	-
	M/C 2C電圧	電圧	M/C 2C電圧	1	1	非常用M/Cの受電状態を確認するバロメータ	-	-	-
	M/C 2D電圧	電圧	M/C 2D電圧	1	1	非常用M/Cの受電状態を確認するバロメータ	-	-	-
	直流125V主母線電圧2A電圧	電圧	直流125V主母線電圧2A電圧	1	1	直流電源の受電状態を確認するバロメータ	-	-	-
	直流125V主母線電圧2B電圧	電圧	直流125V主母線電圧2B電圧	1	1	直流電源の受電状態を確認するバロメータ	-	-	-
	275kV 東海第二原子力炉1L電圧	電圧	275kV 東海第二原子力炉1L電圧	1	1	東海第二原子力炉1Lの受電状態を確認するバロメータ	-	-	-
	275kV 東海第二原子力炉2L電圧	電圧	275kV 東海第二原子力炉2L電圧	1	1	東海第二原子力炉2Lの受電状態を確認するバロメータ	-	-	-
	154kV 原子力1号機電圧	電圧	154kV 原子力1号機電圧	1	1	原子力1号機の受電状態を確認するバロメータ	-	-	-

①: 重要監視バロメータ, ②: 重要監視バロメータ, ③: 補助バロメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1. 14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器		評価	
				計器数	直後	直後	計器名称	計器数	直後
事故時運転再開(既除ベース) 事故時運転再開手順書(既除ベース) 「電源供給回復」 「停止時電源回復」 AM設備別操作手順書 「他号炉D/GによるM/C」の電源構成 C-Dへの電源構成(冷却ポンプ化用) D/G(W)による他号炉への電力供給 多様なハザード対応手順 「停炉電力融通ケーブル」による電力融通	270kV 第2原子力炉1L電圧	電圧	270kV 第2原子力炉1L電圧	1	1	外部電源の受電状態を確認するバロメータ	-	-	-
	270kV 第2原子力炉2L電圧	電圧	270kV 第2原子力炉2L電圧	1	1	外部電源の受電状態を確認するバロメータ	-	-	-
	0.6kV 駆動支線電圧	電圧	0.6kV 駆動支線電圧	1	1	外部電源の受電状態を確認するバロメータ	-	-	-
	C-メタタフ母線電圧	電圧	C-メタタフ母線電圧	1	1	非常用メタタフの受電状態を確認するバロメータ	-	-	-
	D-メタタフ母線電圧	電圧	D-メタタフ母線電圧	1	1	非常用メタタフの受電状態を確認するバロメータ	-	-	-
	HPCS-メタタフ母線電圧	電圧	HPCS-メタタフ母線電圧	1	1	非常用メタタフの受電状態を確認するバロメータ	-	-	-
	高圧発電機母線電圧	電圧	「緊急時対策本部」に確認	1	1	代替電源設備の運転状態を確認するバロメータ	-	-	-
	高圧発電機母線電圧	電圧	「緊急時対策本部」に確認	1	1	代替電源設備の運転状態を確認するバロメータ	-	-	-
	C-メタタフ母線電圧	電圧	C-メタタフ母線電圧	1	1	非常用メタタフの受電状態を確認するバロメータ	-	-	-
	D-メタタフ母線電圧	電圧	D-メタタフ母線電圧	1	1	非常用メタタフの受電状態を確認するバロメータ	-	-	-

①: 重要監視バロメータ, ②: 重要監視バロメータ, ③: 補助バロメータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

Table with columns: 対応手段, 項目, 分類, 計器名称, 計器数, 直後, 負荷切り離し後, パラメータ分類, 補助パラメータ分類理由, 抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器, 計器名称, 計器数, 直後, 負荷切り離し後, 評価, 計器故障等, SBO. Includes monitoring items for 200kV busbar voltage, 275kV busbar voltage, and 275kV busbar current.

第 1 表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

Table with columns: 対応手段, 項目, 分類, 計器名称, 計器数, 直後, 負荷切り離し後, パラメータ分類, 補助パラメータ分類理由, 抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器, 計器名称, 計器数, 直後, 負荷切り離し後, 評価, 計器故障等, SBO. Includes monitoring items for 275kV busbar voltage, 275kV busbar current, and 15kV busbar voltage.

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

Table with columns: 対応手段, 項目, 分類, 計器名称, 計器数, 直後, 負荷切り離し後, パラメータ分類, 補助パラメータ分類理由, 抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器, 計器名称, 計器数, 直後, 負荷切り離し後, 評価, 計器故障等, SBO. Includes monitoring items for 220kV busbar voltage, 220kV busbar current, and 60kV busbar voltage.

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1. 14 電源の確保に関する手順等

Table with columns: 対応手段, 項目, 分類, 計器名称, 計器数, SMO影響, 抽出パラメータ, 抽出パラメータの代替パラメータ, 計器名称, 計器数, 計器故障等, 評価. Includes monitoring items for power supply and equipment status.

第 1 表 重大事故等対処に係る監視事項

1. 14 電源の確保に関する手順等

Table with columns: 対応手段, 項目, 分類, 計器名称, 計器数, SMO影響, 抽出パラメータ, 抽出パラメータの代替パラメータ, 計器名称, 計器数, 計器故障等, 評価. Includes monitoring items for power supply and equipment status.

重大事故等対処に係る監視事項

1. 14 電源の確保に関する手順等

Table with columns: 対応手段, 項目, 分類, 計器名称, 計器数, SMO影響, 抽出パラメータ, 抽出パラメータの代替パラメータ, 計器名称, 計器数, 計器故障等, 評価. Includes monitoring items for power supply and equipment status.

備考
・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1. 14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
			計器名称	計器数	直後	SRO影響	計器名称	計器数	直後	SRO影響	
1.14.2.2 代替電源(仮定)による対応手順 ① 緊急時電源確保(仮定)による対応手順 ② 緊急時電源確保(仮定)による対応手順 ③ 緊急時電源確保(仮定)による対応手順 ④ 緊急時電源確保(仮定)による対応手順 ⑤ 緊急時電源確保(仮定)による対応手順 ⑥ 緊急時電源確保(仮定)による対応手順 ⑦ 緊急時電源確保(仮定)による対応手順 ⑧ 緊急時電源確保(仮定)による対応手順 ⑨ 緊急時電源確保(仮定)による対応手順 ⑩ 緊急時電源確保(仮定)による対応手順	電源	275kV 東海原子力炉 1 L 電圧	1	1	1	①	東海原子力炉 1 L の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	
	電源	275kV 東海原子力炉 2 L 電圧	1	1	1	①	東海原子力炉 2 L の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	
	電源	154kV 原子力 1 号機電圧	1	1	1	①	原子力 1 号機の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	
	電源	M/C 2 C 電圧	1	1	1	①	非常用 M/C の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	
	電源	M/C 2 D 電圧	1	1	1	①	非常用 M/C の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	
	電源	緊急用 P/C 電圧	1	1	1	①	緊急用 P/C の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	
	電源	緊急用直流 125V 主母線電圧	1	1	1	①	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	
	電源	緊急用直流 125V 主母線電圧	1	1	1	①	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	
	電源	可搬型代替低圧電源車電圧	4	4	4	①	代替電源設備の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-	
	電源	可搬型整流器電圧	4	4	4	①	代替電源設備の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-	

第 1 表 重大事故等対処に係る監視事項

1. 14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
			計器名称	計器数	直後	SRO影響	計器名称	計器数	直後	SRO影響	
1.14.2.2 代替電源(仮定)による対応手順 ① 緊急時電源確保(仮定)による対応手順 ② 緊急時電源確保(仮定)による対応手順 ③ 緊急時電源確保(仮定)による対応手順 ④ 緊急時電源確保(仮定)による対応手順 ⑤ 緊急時電源確保(仮定)による対応手順 ⑥ 緊急時電源確保(仮定)による対応手順 ⑦ 緊急時電源確保(仮定)による対応手順 ⑧ 緊急時電源確保(仮定)による対応手順 ⑨ 緊急時電源確保(仮定)による対応手順 ⑩ 緊急時電源確保(仮定)による対応手順	電源	275kV 東海原子力炉 1 L 電圧	1	1	1	①	東海原子力炉 1 L の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	
	電源	275kV 東海原子力炉 2 L 電圧	1	1	1	①	東海原子力炉 2 L の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	
	電源	154kV 原子力 1 号機電圧	1	1	1	①	原子力 1 号機の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	
	電源	M/C 2 C 電圧	1	1	1	①	非常用 M/C の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	
	電源	M/C 2 D 電圧	1	1	1	①	非常用 M/C の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	
	電源	緊急用 P/C 電圧	1	1	1	①	緊急用 P/C の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	
	電源	緊急用直流 125V 主母線電圧	1	1	1	①	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	
	電源	緊急用直流 125V 主母線電圧	1	1	1	①	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	
	電源	可搬型代替低圧電源車電圧	1	1	1	①	代替電源設備の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-	
	電源	可搬型整流器電圧	4	4	4	①	代替電源設備の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-	

重大事故等対処に係る監視事項

1. 14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	計器数	直後	SRO影響	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
							計器名称	計器数	直後	SRO影響	計器名称	計器数	直後	SRO影響	
1.14.2.2 代替電源(仮定)による対応手順 ① 緊急時電源確保(仮定)による対応手順 ② 緊急時電源確保(仮定)による対応手順 ③ 緊急時電源確保(仮定)による対応手順 ④ 緊急時電源確保(仮定)による対応手順 ⑤ 緊急時電源確保(仮定)による対応手順 ⑥ 緊急時電源確保(仮定)による対応手順 ⑦ 緊急時電源確保(仮定)による対応手順 ⑧ 緊急時電源確保(仮定)による対応手順 ⑨ 緊急時電源確保(仮定)による対応手順 ⑩ 緊急時電源確保(仮定)による対応手順	電源	D-ロードセンタ自線電圧	1	1	1	①	非常用ロードセンタの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-					
	電源	10-110V 系電圧	1	1	1	①	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-					
	電源	10-110V 系電圧	1	1	1	①	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-					
	電源	D-ロードセンタ自線電圧	1	1	1	①	非常用ロードセンタの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-					
	電源	10-110V 系電圧 (SA) 母線電圧	1	1	1	①	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-					
	電源	10-110V 系電圧 (SA) 母線電圧	1	1	1	①	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-					
	電源	D-ロードセンタ自線電圧	1	1	1	①	非常用ロードセンタの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-					
	電源	SA 母線電圧	1	1	1	①	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-					
	電源	D-ロードセンタ自線電圧 (2)	1	1	1	①	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-					
	電源	230V 系電圧 (RC1)	1	1	1	①	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-					

備考
・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価
			計器数	直後			計器数	直後	
1.14.2 代替電源 (直後) による対応手順 非常用ディーゼル発電機機能力不足発生時の対応手順 非常用ディーゼル発電機機能力不足発生時の対応手順 非常用ディーゼル発電機機能力不足発生時の対応手順 非常用ディーゼル発電機機能力不足発生時の対応手順 非常用ディーゼル発電機機能力不足発生時の対応手順 非常用ディーゼル発電機機能力不足発生時の対応手順 非常用ディーゼル発電機機能力不足発生時の対応手順 非常用ディーゼル発電機機能力不足発生時の対応手順 非常用ディーゼル発電機機能力不足発生時の対応手順	電源	500kV 母線電圧	1	0	0	③	500kV 母線の受電状態を確認するパラメータ	-	計器故障等 SBO
		M/C 電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	
		M/C 電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	
		第一C1C 発電機電圧	1	1	1	③	「緊急時対策本部」に確認	-	
		第二C1C 発電機電圧	1	1	1	③	「緊急時対策本部」に確認	-	
		電源車電圧	1	1	1	③	代替電源設備の運転状態を確認するパラメータ	-	
		直流125V 主母線電圧	1	1	1	③	直流電源設備の受電状態を確認するパラメータ	-	
		ACC-C1電圧 (他号炉)	1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	
		ACC-D1電圧 (他号炉)	1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	
		非常用M/C発電機出力 (他号炉)	1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	
電源	電源	275kV 東海原子力線 1L 電圧	1	1	1	③	東海原子力線 1L の受電状態を確認するパラメータ	-	計器故障等 SBO
		275kV 東海原子力線 2L 電圧	1	1	1	③	東海原子力線 2L の受電状態を確認するパラメータ	-	
		154kV 原子力 1 号線電圧	1	1	1	③	原子力 1 号線の受電状態を確認するパラメータ	-	
		M/C 2C 電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	
		M/C 2D 電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	
		緊急用M/C電圧	1	1	1	③	緊急用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	
		M/C 2C 電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	
		M/C 2D 電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	
		常設代替高圧電源装置電機電圧	6	6	6	③	代替電源設備の運転状態を確認するパラメータ	-	
		常設代替高圧電源装置電機電圧	6	6	6	③	代替電源設備の運転状態を確認するパラメータ	-	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価
			計器数	直後			計器数	直後	
1.14.2.4 非常用ディーゼル発電機機能力不足発生時の対応手順 (1) 非常用ディーゼル発電機機能力不足発生時の対応手順 a. 常設代替高圧電源設備による非常用高圧母線への給電	電源	275kV 東海原子力線 1L 電圧	1	1	1	③	東海原子力線 1L の受電状態を確認するパラメータ	-	計器故障等 SBO
275kV 東海原子力線 2L 電圧		1	1	1	③	東海原子力線 2L の受電状態を確認するパラメータ	-		
154kV 原子力 1 号線電圧		1	1	1	③	原子力 1 号線の受電状態を確認するパラメータ	-		
M/C 2C 電圧		1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-		
M/C 2D 電圧		1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-		
緊急用M/C電圧		1	1	1	③	緊急用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-		
M/C 2C 電圧		1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-		
M/C 2D 電圧		1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-		
常設代替高圧電源装置電機電圧		6	6	6	③	代替電源設備の運転状態を確認するパラメータ	-		
常設代替高圧電源装置電機電圧		6	6	6	③	代替電源設備の運転状態を確認するパラメータ	-		

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価
				計器数	直後			計器数	直後	
1.14.2.4 非常用ディーゼル発電機機能力不足発生時の対応手順 (1) 非常用ディーゼル発電機機能力不足発生時の対応手順 a. 常設代替高圧電源設備による非常用高圧母線への給電	電源	電源	500kV 母線電圧	1	0	0	③	500kV 母線の受電状態を確認するパラメータ	-	計器故障等 SBO
			M/C 電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	
			M/C 電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	
			第一C1C 発電機電圧	1	1	1	③	「緊急時対策本部」に確認	-	
			第二C1C 発電機電圧	1	1	1	③	「緊急時対策本部」に確認	-	
			電源車電圧	1	1	1	③	代替電源設備の運転状態を確認するパラメータ	-	
			直流125V 主母線電圧	1	1	1	③	直流電源設備の受電状態を確認するパラメータ	-	
			ACC-C1電圧 (他号炉)	1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	
			ACC-D1電圧 (他号炉)	1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	
			非常用M/C発電機出力 (他号炉)	1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	
電源	電源	275kV 東海原子力線 1L 電圧	1	1	1	③	東海原子力線 1L の受電状態を確認するパラメータ	-	計器故障等 SBO	
		275kV 東海原子力線 2L 電圧	1	1	1	③	東海原子力線 2L の受電状態を確認するパラメータ	-		
		154kV 原子力 1 号線電圧	1	1	1	③	原子力 1 号線の受電状態を確認するパラメータ	-		
		M/C 2C 電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-		
		M/C 2D 電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-		
		緊急用M/C電圧	1	1	1	③	緊急用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-		
		M/C 2C 電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-		
		M/C 2D 電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-		
		常設代替高圧電源装置電機電圧	6	6	6	③	代替電源設備の運転状態を確認するパラメータ	-		
		常設代替高圧電源装置電機電圧	6	6	6	③	代替電源設備の運転状態を確認するパラメータ	-		

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

項目	分類	対応手段	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	評価
				計器数	直後 負荷切り離し後			
1.14.2.3 代替電源確保機能による対応手順 事故時電源確保手順書 (機軸ベース) 事故時電源確保手順書 (停止時機軸ベース) 事故時電源確保手順書 (停止時機軸ベース) 事故時電源確保手順書 (停止時機軸ベース) 事故時電源確保手順書 (停止時機軸ベース) 事故時電源確保手順書 (停止時機軸ベース) 事故時電源確保手順書 (停止時機軸ベース) 事故時電源確保手順書 (停止時機軸ベース) 事故時電源確保手順書 (停止時機軸ベース) 事故時電源確保手順書 (停止時機軸ベース) 事故時電源確保手順書 (停止時機軸ベース)	電圧	1.14.2.3 代替電源確保機能による対応手順 事故時電源確保手順書 (機軸ベース) 事故時電源確保手順書 (停止時機軸ベース) 事故時電源確保手順書 (停止時機軸ベース) 事故時電源確保手順書 (停止時機軸ベース) 事故時電源確保手順書 (停止時機軸ベース) 事故時電源確保手順書 (停止時機軸ベース) 事故時電源確保手順書 (停止時機軸ベース) 事故時電源確保手順書 (停止時機軸ベース) 事故時電源確保手順書 (停止時機軸ベース) 事故時電源確保手順書 (停止時機軸ベース)	第一GT5 緊急機軸電圧	1	1	①	代替電源確保機能の運転状態を確認するパラメータ	-
			第一GT5 緊急機軸電圧	1	1	①	代替電源確保機能の運転状態を確認するパラメータ	-
			第一GT5 緊急機軸電圧	1	1	①	代替電源確保機能の運転状態を確認するパラメータ	-
			第一GT5 緊急機軸電圧	1	1	①	代替電源確保機能の運転状態を確認するパラメータ	-
			第一GT5 緊急機軸電圧	1	1	①	代替電源確保機能の運転状態を確認するパラメータ	-
			第一GT5 緊急機軸電圧	1	1	①	代替電源確保機能の運転状態を確認するパラメータ	-
			第一GT5 緊急機軸電圧	1	1	①	代替電源確保機能の運転状態を確認するパラメータ	-
			第一GT5 緊急機軸電圧	1	1	①	代替電源確保機能の運転状態を確認するパラメータ	-
			第一GT5 緊急機軸電圧	1	1	①	代替電源確保機能の運転状態を確認するパラメータ	-
			第一GT5 緊急機軸電圧	1	1	①	代替電源確保機能の運転状態を確認するパラメータ	-
			第一GT5 緊急機軸電圧	1	1	①	代替電源確保機能の運転状態を確認するパラメータ	-
			第一GT5 緊急機軸電圧	1	1	①	代替電源確保機能の運転状態を確認するパラメータ	-

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

項目	分類	対応手段	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	評価
				計器数	直後 負荷切り離し後			
1.14.2.4 非常用ディーゼル発電機機能喪失時の代替電源による対応手順 a. 高圧中心スプレッド発電機機能喪失による非常用炉心冷却ポンプへの給電 非常時運転手順 1. 電源供給回復 2. 非常時運転手順 3. 停止時電源確保 4. 停止時電源確保 5. 停止時電源確保 6. 停止時電源確保 7. 停止時電源確保 8. 停止時電源確保 9. 停止時電源確保 10. 停止時電源確保 11. 停止時電源確保 12. 停止時電源確保	電源	1.14.2.4 非常用ディーゼル発電機機能喪失時の代替電源による対応手順 a. 高圧中心スプレッド発電機機能喪失による非常用炉心冷却ポンプへの給電 非常時運転手順 1. 電源供給回復 2. 非常時運転手順 3. 停止時電源確保 4. 停止時電源確保 5. 停止時電源確保 6. 停止時電源確保 7. 停止時電源確保 8. 停止時電源確保 9. 停止時電源確保 10. 停止時電源確保 11. 停止時電源確保 12. 停止時電源確保	東海原子力線1Lの受電状態を確認するパラメータ	1	1	①	東海原子力線1Lの受電状態を確認するパラメータ	-
			東海原子力線2Lの受電状態を確認するパラメータ	1	1	①	東海原子力線2Lの受電状態を確認するパラメータ	-
			原子力1号機の受電状態を確認するパラメータ	1	1	①	原子力1号機の受電状態を確認するパラメータ	-
			非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	1	1	①	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-
			緊急用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	1	1	①	緊急用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-
			M/C 2C電圧	1	1	①	M/C 2C電圧	-
			M/C 2D電圧	1	1	①	M/C 2D電圧	-
			M/C 2E電圧	1	1	①	M/C 2E電圧	-
			M/C HPC電圧	1	1	①	M/C HPC電圧	-
			HPCS D/G発電機電圧	1	1	①	HPCS D/G発電機電圧	-
			HPCS D/G発電機電圧	1	1	①	HPCS D/G発電機電圧	-
			HPCS D/G発電機電圧	1	1	①	HPCS D/G発電機電圧	-

①: 重要監視パラメータ, ②: 重要監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

項目	分類	対応手段	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	評価
				計器数	直後 負荷切り離し後			
1.14.2.5 代替電源確保機能による対応手順 事故時電源確保手順書 (機軸ベース) 事故時電源確保手順書 (停止時機軸ベース) 事故時電源確保手順書 (停止時機軸ベース) 事故時電源確保手順書 (停止時機軸ベース) 事故時電源確保手順書 (停止時機軸ベース) 事故時電源確保手順書 (停止時機軸ベース) 事故時電源確保手順書 (停止時機軸ベース) 事故時電源確保手順書 (停止時機軸ベース) 事故時電源確保手順書 (停止時機軸ベース) 事故時電源確保手順書 (停止時機軸ベース) 事故時電源確保手順書 (停止時機軸ベース)	電圧	1.14.2.5 代替電源確保機能による対応手順 事故時電源確保手順書 (機軸ベース) 事故時電源確保手順書 (停止時機軸ベース) 事故時電源確保手順書 (停止時機軸ベース) 事故時電源確保手順書 (停止時機軸ベース) 事故時電源確保手順書 (停止時機軸ベース) 事故時電源確保手順書 (停止時機軸ベース) 事故時電源確保手順書 (停止時機軸ベース) 事故時電源確保手順書 (停止時機軸ベース) 事故時電源確保手順書 (停止時機軸ベース) 事故時電源確保手順書 (停止時機軸ベース) 事故時電源確保手順書 (停止時機軸ベース)	第一GT5 緊急機軸電圧	1	1	①	代替電源確保機能の運転状態を確認するパラメータ	-
			第一GT5 緊急機軸電圧	1	1	①	代替電源確保機能の運転状態を確認するパラメータ	-
			第一GT5 緊急機軸電圧	1	1	①	代替電源確保機能の運転状態を確認するパラメータ	-
			第一GT5 緊急機軸電圧	1	1	①	代替電源確保機能の運転状態を確認するパラメータ	-
			第一GT5 緊急機軸電圧	1	1	①	代替電源確保機能の運転状態を確認するパラメータ	-
			第一GT5 緊急機軸電圧	1	1	①	代替電源確保機能の運転状態を確認するパラメータ	-
			第一GT5 緊急機軸電圧	1	1	①	代替電源確保機能の運転状態を確認するパラメータ	-
			第一GT5 緊急機軸電圧	1	1	①	代替電源確保機能の運転状態を確認するパラメータ	-
			第一GT5 緊急機軸電圧	1	1	①	代替電源確保機能の運転状態を確認するパラメータ	-
			第一GT5 緊急機軸電圧	1	1	①	代替電源確保機能の運転状態を確認するパラメータ	-
			第一GT5 緊急機軸電圧	1	1	①	代替電源確保機能の運転状態を確認するパラメータ	-
			第一GT5 緊急機軸電圧	1	1	①	代替電源確保機能の運転状態を確認するパラメータ	-

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
			計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後		
事故時運転操作手順書 (微欠ベース) 事故時運転操作手順書 (停止時微欠ベース) 異常時運転操作手順書 (停止時微欠ベース) 異常時運転操作手順書 (停止時微欠ベース) 異常時運転操作手順書 (停止時微欠ベース) 異常時運転操作手順書 (停止時微欠ベース) 異常時運転操作手順書 (停止時微欠ベース) 異常時運転操作手順書 (停止時微欠ベース) 異常時運転操作手順書 (停止時微欠ベース) 異常時運転操作手順書 (停止時微欠ベース)	電源 (他号炉)	電圧	M/C B電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	1	-	-	計器故障等 SBO
			P/C D電圧	1	1	1	③	非常用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	1	-	-	
			非常用D/G発電機電圧 (他号炉) (A,B系のみ)	1	1	1	③	非常用D/G発電機電圧を確認するパラメータ	1	-	-	
	電源 (他号炉)	電圧	非常用D/G発電機電圧 (他号炉) (A,B系のみ)	1	1	1	③	非常用D/G発電機電圧を確認するパラメータ	1	-	-	計器故障等 SBO
			非常用D/G発電機電圧 (他号炉) (A,B系のみ)	1	1	1	③	非常用D/G発電機電圧を確認するパラメータ	1	-	-	
			非常用D/G発電機電圧 (他号炉) (A,B系のみ)	1	1	1	③	非常用D/G発電機電圧を確認するパラメータ	1	-	-	
	電源 (他号炉)	電圧	M/C B電圧	1	1	1	③	AM用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	1	-	-	計器故障等 SBO
			P/C D電圧	1	1	1	③	AM用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	1	-	-	
			非常用D/G発電機電圧 (他号炉) (A,B系のみ)	1	1	1	③	非常用D/G発電機電圧を確認するパラメータ	1	-	-	
	電源 (他号炉)	電圧	非常用D/G発電機電圧 (他号炉) (A,B系のみ)	1	1	1	③	非常用D/G発電機電圧を確認するパラメータ	1	-	-	計器故障等 SBO
非常用D/G発電機電圧 (他号炉) (A,B系のみ)			1	1	1	③	非常用D/G発電機電圧を確認するパラメータ	1	-	-		
非常用D/G発電機電圧 (他号炉) (A,B系のみ)			1	1	1	③	非常用D/G発電機電圧を確認するパラメータ	1	-	-		

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
			計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後		
事故時運転操作手順書 (微欠ベース) 事故時運転操作手順書 (停止時微欠ベース) 異常時運転操作手順書 (停止時微欠ベース) 異常時運転操作手順書 (停止時微欠ベース) 異常時運転操作手順書 (停止時微欠ベース) 異常時運転操作手順書 (停止時微欠ベース) 異常時運転操作手順書 (停止時微欠ベース) 異常時運転操作手順書 (停止時微欠ベース) 異常時運転操作手順書 (停止時微欠ベース) 異常時運転操作手順書 (停止時微欠ベース)	電源 (他号炉)	電圧	275kV東海原子力線 1L電圧	1	1	1	③	東海原子力線 1Lの受電状態を確認するパラメータ	1	-	-	計器故障等 SBO
			275kV東海原子力線 2L電圧	1	1	1	③	東海原子力線 2Lの受電状態を確認するパラメータ	1	-	-	
			154kV原子力1号線電圧	1	1	1	③	原子力1号線の受電状態を確認するパラメータ	1	-	-	
	電源	電圧	M/C 2C電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	1	-	-	計器故障等 SBO
			M/C 2D電圧	1	1	1	③	非常用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	1	-	-	
			M/C HPCS電圧	1	1	1	③	緊急用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	1	-	-	
	電源	電圧	緊急用M/C電圧	1	1	1	③	緊急用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	1	-	-	計器故障等 SBO
			P/C 2C電圧	1	1	1	③	非常用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	1	-	-	
			P/C 2D電圧	1	1	1	③	非常用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	1	-	-	
	AM設備別操作 手順書 重大事故等対策 要領	電源	電圧	緊急時対策室 建屋ガスター 建屋ガスター 建屋ガスター 建屋ガスター 建屋ガスター 建屋ガスター 建屋ガスター	1	1	1	③	緊急時対策室建屋ガスター 建屋ガスター 建屋ガスター 建屋ガスター 建屋ガスター 建屋ガスター 建屋ガスター 建屋ガスター	1	-	-
緊急時対策室 建屋ガスター 建屋ガスター 建屋ガスター 建屋ガスター 建屋ガスター 建屋ガスター 建屋ガスター				1	1	1	③	緊急時対策室建屋ガスター 建屋ガスター 建屋ガスター 建屋ガスター 建屋ガスター 建屋ガスター 建屋ガスター 建屋ガスター	1	-	-	
緊急時対策室 建屋ガスター 建屋ガスター 建屋ガスター 建屋ガスター 建屋ガスター 建屋ガスター 建屋ガスター				1	1	1	③	緊急時対策室建屋ガスター 建屋ガスター 建屋ガスター 建屋ガスター 建屋ガスター 建屋ガスター 建屋ガスター 建屋ガスター	1	-	-	

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
			計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後		
事故時運転操作手順書 (微欠ベース) 事故時運転操作手順書 (停止時微欠ベース) 異常時運転操作手順書 (停止時微欠ベース) 異常時運転操作手順書 (停止時微欠ベース) 異常時運転操作手順書 (停止時微欠ベース) 異常時運転操作手順書 (停止時微欠ベース) 異常時運転操作手順書 (停止時微欠ベース) 異常時運転操作手順書 (停止時微欠ベース) 異常時運転操作手順書 (停止時微欠ベース) 異常時運転操作手順書 (停止時微欠ベース)	電源 (他号炉)	電圧	220kV 第2号炉力線 1L送電電圧	1	1	1	③	外部電源の受電状態を確認するパラメータ	1	-	-	計器故障等 SBO
			220kV 第2号炉力線 2L送電電圧	1	1	1	③	外部電源の受電状態を確認するパラメータ	1	-	-	
			0.6kV 変圧機電圧	1	1	1	③	外部電源の受電状態を確認するパラメータ	1	-	-	
	電源	電圧	C-メータクワ待機電圧	1	1	1	③	非常用メータクワの受電状態を確認するパラメータ	1	-	-	計器故障等 SBO
			D-メータクワ待機電圧	1	1	1	③	非常用メータクワの受電状態を確認するパラメータ	1	-	-	
			A-110V系統送電機待機電圧	1	1	1	③	送電機の受電状態を確認するパラメータ	1	-	-	
	電源	電圧	B-110V系統送電機待機電圧	1	1	1	③	送電機の受電状態を確認するパラメータ	1	-	-	計器故障等 SBO
			C-コードセンタ待機電圧 (他号炉)	1	1	1	③	非常用コードセンタの受電状態を確認するパラメータ	1	-	-	
			B-コードセンタ待機電圧 (他号炉)	1	1	1	③	非常用コードセンタの受電状態を確認するパラメータ	1	-	-	
	電源	電圧	A-110V系統送電機待機電圧	1	1	1	③	送電機の受電状態を確認するパラメータ	1	-	-	計器故障等 SBO
B-110V系統送電機待機電圧			1	1	1	③	送電機の受電状態を確認するパラメータ	1	-	-		
C-コードセンタ待機電圧 (他号炉)			1	1	1	③	非常用コードセンタの受電状態を確認するパラメータ	1	-	-		

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

備考
・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価		
		計器名称	計器数	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	計器故障等
1.14.2.5 重大事故等対処期間(設計基準範囲)の対応手順 (1)非常用交流電源設備による給電 事故時運転転作手順 書(機軸ベース) 「交配/直交電源供給 回復」 事故時運転転作手順 書(停止時機軸ベ- ース) 「交配/直交電源供給 回復」	500kV 母線電圧	1	0	0	③	100kV 母線の受電状態を確 認するパラメータ	-	-
	電圧	1	1	1	③	非常用母線の受電状態を確 認するパラメータ	-	-
	電圧	1	1	1	③	非常用母線の受電状態を確 認するパラメータ	-	-
	電圧	1	1	1	③	非常用母線の受電状態を確 認するパラメータ	-	-
	電圧	1	1	1	③	非常用母線の受電状態を確 認するパラメータ	-	-
	電圧	1	1	1	③	非常用母線の受電状態を確 認するパラメータ	-	-
	電圧	1	1	1	③	非常用母線の受電状態を確 認するパラメータ	-	-
	電圧	1	1	1	③	非常用母線の受電状態を確 認するパラメータ	-	-
	電圧	1	1	1	③	非常用母線の受電状態を確 認するパラメータ	-	-
	電圧	1	1	1	③	非常用母線の受電状態を確 認するパラメータ	-	-
	電圧	1	1	1	③	非常用母線の受電状態を確 認するパラメータ	-	-
	電圧	1	1	1	③	非常用母線の受電状態を確 認するパラメータ	-	-
	電圧	1	1	1	③	非常用母線の受電状態を確 認するパラメータ	-	-
	電圧	1	1	1	③	非常用母線の受電状態を確 認するパラメータ	-	-
	電圧	1	1	1	③	非常用母線の受電状態を確 認するパラメータ	-	-

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価		
		計器名称	計器数	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	計器故障等
1.14.2.4 非常用ディーゼル発電機機能喪失時の代替電源による対応手順 (2) 非常用ディーゼル発電機機能喪失時の代替直交電源による給電 a. 所内常設直交電源設備による直流125V主母線電圧への給電	電源	275kV東海原子力線1L電 圧	1	1	③	東海原子力線1Lの受電状 態を確認するパラメータ	-	-
非常時運転手順 書II(機軸ベ- ース) 「電源供給回 復」	電源	275kV東海原子力線2L電 圧	1	1	③	東海原子力線2Lの受電状 態を確認するパラメータ	-	-
非常時運転手順 書II(停止時機 軸ベ-ース) 「停止時電源復 旧」	電源	154kV原子力1号線電圧	1	1	③	原子力1号線の受電状態を 確認するパラメータ	-	-
非常時運転手順 書II(停止時機 軸ベ-ース) 「停止時電源復 旧」	電源	M/C 2C電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を 確認するパラメータ	-	-
非常時運転手順 書II(停止時機 軸ベ-ース) 「停止時電源復 旧」	電源	M/C 2D電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を 確認するパラメータ	-	-
非常時運転手順 書II(停止時機 軸ベ-ース) 「停止時電源復 旧」	電源	M/C HPCS電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を 確認するパラメータ	-	-
非常時運転手順 書II(停止時機 軸ベ-ース) 「停止時電源復 旧」	電源	直流125V主母線電圧2A電圧	1	1	③	直交電源の受電状態を確認 するパラメータ	-	-
非常時運転手順 書II(停止時機 軸ベ-ース) 「停止時電源復 旧」	電源	直流125V主母線電圧2B電圧	1	1	③	直交電源の受電状態を確認 するパラメータ	-	-
非常時運転手順 書II(停止時機 軸ベ-ース) 「停止時電源復 旧」	電源	直流125V主母線電圧2A電圧	1	1	③	直交電源の受電状態を確認 するパラメータ	-	-
非常時運転手順 書II(停止時機 軸ベ-ース) 「停止時電源復 旧」	電源	直流125V主母線電圧2B電圧	1	1	③	直交電源の受電状態を確認 するパラメータ	-	-

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価		
		計器名称	計器数	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	計器故障等
1.14.2.4 非常用ディーゼル発電機機能喪失時の代替電源による対応手順 (2) 非常用ディーゼル発電機機能喪失時の代替直交電源による給電 a. 所内常設直交電源設備による直流125V主母線電圧への給電	電源	275kV島根原子力線1L電 圧	1	1	③	島根原子力線1Lの受電状 態を確認するパラメータ	-	-
非常時運転手順 書II(機軸ベ- ース) 「電源供給回 復」	電源	275kV島根原子力線2L電 圧	1	1	③	島根原子力線2Lの受電状 態を確認するパラメータ	-	-
非常時運転手順 書II(停止時機 軸ベ-ース) 「停止時電源復 旧」	電源	154kV原子力1号線電圧	1	1	③	原子力1号線の受電状態を 確認するパラメータ	-	-
非常時運転手順 書II(停止時機 軸ベ-ース) 「停止時電源復 旧」	電源	M/C 2C電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を 確認するパラメータ	-	-
非常時運転手順 書II(停止時機 軸ベ-ース) 「停止時電源復 旧」	電源	M/C 2D電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を 確認するパラメータ	-	-
非常時運転手順 書II(停止時機 軸ベ-ース) 「停止時電源復 旧」	電源	M/C HPCS電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を 確認するパラメータ	-	-
非常時運転手順 書II(停止時機 軸ベ-ース) 「停止時電源復 旧」	電源	直流125V主母線電圧2A電圧	1	1	③	直交電源の受電状態を確認 するパラメータ	-	-
非常時運転手順 書II(停止時機 軸ベ-ース) 「停止時電源復 旧」	電源	直流125V主母線電圧2B電圧	1	1	③	直交電源の受電状態を確認 するパラメータ	-	-
非常時運転手順 書II(停止時機 軸ベ-ース) 「停止時電源復 旧」	電源	直流125V主母線電圧2A電圧	1	1	③	直交電源の受電状態を確認 するパラメータ	-	-
非常時運転手順 書II(停止時機 軸ベ-ース) 「停止時電源復 旧」	電源	直流125V主母線電圧2B電圧	1	1	③	直交電源の受電状態を確認 するパラメータ	-	-

備考
・設備の相違
【柏崎6/7，東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

重大事故等対処に係る監視事項

1. 14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
			計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後		
												SD0影響
1. 14. 2. 5. 重大事故発生時材料検査機(炉内材料検査機)の対応手順 (2)非常用直圧電源確保手順による給電 事故時運転作手順書(機検ベース) 「交圧/直圧電源供給印刷版」 事故時運転作手順書(停止時機検ベース) 「交圧/直圧電源供給印刷版」	電源	電圧	1	0	0	0	③	500kV 母線電圧	-	-	-	-
	電源	M/C 電圧	1	1	1	1	③	非常用 M/C の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
	電源	M/C D 電圧	1	1	1	1	③	非常用 M/C の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
	電源	M/C E 電圧	1	1	1	1	③	非常用 M/C の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
	電源	直圧 125V 主母線盤 B 電圧	1	1	1	1	③	直圧電源設備の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
	電源	直圧 125V 主母線盤 C 電圧	1	1	1	1	③	直圧電源設備の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
	電源	直圧 125V 主母線盤 D 電圧	1	1	1	1	③	直圧電源設備の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-

第 1 表 重大事故等対処に係る監視事項

1. 14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
			計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	
1. 14. 2. 4. 非常用ディーゼル発電機機従失時の代替電源による対応手順 (2) 非常用ディーゼル発電機機従失時の代替直圧電源による給電 b. 高圧バスブレイ系ディーゼル発電機による直圧125V主母線盤への給電 非常時運転手順 書II(機検ベース) 「電源供給回復」 非常時運転手順 書II(停止時機 検ベース) 「停止時電源復 旧」 AM設備別操作 手順書	電源	電圧	1	1	1	③	東海原子力線 1 L の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
	電源	275kV 東海原子力線 2 L 電圧	1	1	1	③	東海原子力線 2 L の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
	電源	154kV 原子力 1 号線電圧	1	1	1	③	原子力 1 号線の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
	電源	M/C 2 C 電圧	1	1	1	③	非常用 M/C の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
	電源	M/C 2 D 電圧	1	1	1	③	非常用 M/C の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
	電源	M/C HPCS 電圧	1	1	1	③	非常用 M/C の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
	電源	HPCS D/G 発電機電圧	1	1	1	③	非常用ディーゼル発電機の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
	電源	HPCS D/G 発電機電圧	1	1	1	③	非常用ディーゼル発電機の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
	電源	HPCS D/G 発電機電圧	1	1	1	③	非常用ディーゼル発電機の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-	-

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1. 14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
			計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	
1. 14. 2. 4. 非常用ディーゼル発電機機従失時の代替電源による対応手順 (2) 非常用ディーゼル発電機機従失時の代替直圧電源による給電 b. 高圧バスブレイ系ディーゼル発電機による直圧125V主母線盤への給電 事故時運転作手順書(機検ベース) 「交圧/直圧電源供給印刷版」 事故時運転作手順書(停止時機検ベース) 「交圧/直圧電源供給印刷版」	電源	電圧	1	1	1	①	外部電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
	電源	220 kV 第 2 号炉 1 号線電圧	1	1	1	①	外部電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
	電源	220 kV 第 2 号炉 2 号線電圧	1	1	1	①	外部電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
	電源	6.6 kV 直圧電源電圧	1	1	1	①	外部電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
	電源	C-メタタ母線電圧	1	1	1	①	非常用メタタの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
	電源	D-メタタ母線電圧	1	1	1	①	非常用メタタの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
	電源	高圧発電機電圧	1	1	1	①	代替電源設備の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
	電源	高圧発電機電圧	1	1	1	①	代替電源設備の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
	電源	緊急時対策電圧	1	1	1	①	緊急時対策電圧	-	-	-	-
	電源	C-メタタ母線電圧	1	1	1	①	非常用メタタの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
	電源	D-メタタ母線電圧	1	1	1	①	非常用メタタの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
	電源	C-ロードセンタ母線電圧	1	1	1	①	非常用ロードセンタの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
	電源	D-ロードセンタ母線電圧	1	1	1	①	非常用ロードセンタの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-

備考
 ・設備の相違
 【柏崎 6/7, 東海第二】
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	評価						
			計器数	直後 負荷切り直し後				計器名称	計器故障等				
1.14.2.4 非常用ディーゼル発電機運転喪失時の代替電源による対応手順 (2) 非常用ディーゼル発電機運転喪失時の代替電源による給電 c. 可搬型代替直流電源設備による直流125V主母線への給電	監視	計器名	計器数	直後 負荷切り直し後	分類	抽出パラメータ 分類理由	評価						
								125kV東海原子力線1L電圧	1	1	③	核種原子力線1Lの受電状態を確認するパラメータ	-
								275kV東海原子力線2L電圧	1	1	③	東海原子力線2Lの受電状態を確認するパラメータ	-
								154kV原子力1号線電圧	1	1	③	原子力1号線の受電状態を確認するパラメータ	-
								M/C 2C電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-
								M/C 2D電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-
								P/C 2C電圧	1	1	③	非常用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	-
								P/C 2D電圧	1	1	③	非常用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	-
								直流125V主母線電圧	1	1	③	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	-
								直流125V主母線電圧	1	1	③	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	-
可搬型代替低圧電源車充電機監視	監視	計器名	計器数	直後 負荷切り直し後	分類	抽出パラメータ 分類理由	評価						
								可搬型代替低圧電源車充電機電圧	1	1	③	可搬型代替低圧電源車の電圧を確認するパラメータ	-
								可搬型代替低圧電源車電流	1	1	③	可搬型代替低圧電源車の電流を確認するパラメータ	-
								可搬型代替低圧電源車電圧	1	1	③	可搬型代替低圧電源車の電圧を確認するパラメータ	-
								可搬型代替低圧電源車電流	1	1	③	可搬型代替低圧電源車の電流を確認するパラメータ	-
								可搬型代替低圧電源車電圧	1	1	③	可搬型代替低圧電源車の電圧を確認するパラメータ	-
								可搬型代替低圧電源車電流	1	1	③	可搬型代替低圧電源車の電流を確認するパラメータ	-
								可搬型代替低圧電源車電圧	1	1	③	可搬型代替低圧電源車の電圧を確認するパラメータ	-
								可搬型代替低圧電源車電流	1	1	③	可搬型代替低圧電源車の電流を確認するパラメータ	-
								可搬型代替低圧電源車電圧	1	1	③	可搬型代替低圧電源車の電圧を確認するパラメータ	-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	評価						
			計器数	直後 負荷切り直し後				計器名称	計器故障等				
1.14.2.4 非常用ディーゼル発電機運転喪失時の代替電源による対応手順 (2) 非常用ディーゼル発電機運転喪失時の代替電源による給電 c. 可搬型代替直流電源設備による直流125V主母線への給電	監視	計器名	計器数	直後 負荷切り直し後	分類	抽出パラメータ 分類理由	評価						
								220kV 第2号炉力線1L送電電圧	1	1	③	外部電源の送電状態を確認するパラメータ	-
								220kV 第2号炉力線2L送電電圧	1	1	③	外部電源の送電状態を確認するパラメータ	-
								6.6kV 東島系統電圧	1	1	③	外部電源の送電状態を確認するパラメータ	-
								C-メタタラ母線電圧	1	1	③	非常用メタタラの受電状態を確認するパラメータ	-
								D-メタタラ母線電圧	1	1	③	非常用メタタラの受電状態を確認するパラメータ	-
								高圧発電機車電圧	1	1	③	非常用メタタラの受電状態を確認するパラメータ	-
								高圧発電機車電流	1	1	③	非常用メタタラの受電状態を確認するパラメータ	-
								C-メタタラ母線電圧	1	1	③	非常用メタタラの受電状態を確認するパラメータ	-
								D-メタタラ母線電圧	1	1	③	非常用メタタラの受電状態を確認するパラメータ	-

・設備の相違
【柏崎6/7，東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価			
			計器名称	計器数 直後	計器数 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称 計器数	計器数 直後	計器数 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
1.14.2.5 代替海水送水による対応手順 AM設備別操作 手順書 重大事故等対策 要領	電源	可搬型代替注 水大母ポンプ 運転監視	275kV東海原子力線 1 L電 圧	1	1	③	東海原子力線 1 Lの受電状 態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-
			275kV東海原子力線 2 L電 圧	1	1	③	東海原子力線 2 Lの受電状 態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-
			15kV原子力 1号線電圧	1	1	③	原子力 1号線の受電状態を 確認するパラメータ	-	-	-	-	-
			M/C 2C電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を 確認するパラメータ	-	-	-	-	-
			M/C 2D電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を 確認するパラメータ	-	-	-	-	-
			M/C HPCS電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を 確認するパラメータ	-	-	-	-	-
			M/C 2C電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を 確認するパラメータ	-	-	-	-	-
			M/C 2D電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を 確認するパラメータ	-	-	-	-	-
			M/C HPCS電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を 確認するパラメータ	-	-	-	-	-
			2C・2D非常用アイゼ ル発電機閉入口圧力	2	2	③	非常用アイゼル発電機の 運転状態を確認するパラメ ータ	-	-	-	-	-
電源	操作	可搬型代替注 水大母ポンプ 運転監視	275kV東海原子力線 1 L電 圧	1	1	③	東海原子力線 1 Lの受電状 態を確認するパラメータ	-	-	-	-	
			275kV東海原子力線 2 L電 圧	1	1	③	東海原子力線 2 Lの受電状 態を確認するパラメータ	-	-	-	-	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
				計器数 直後	計器数 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称 計器数	計器数 直後	計器数 負荷切り離し後	計器故障等
1.14.2.4 非常用アイゼル発電機運転時/代替電源による対応手順 AM設備別操作 手順書 重大事故等対策 要領	電源	可搬型代替注 水大母ポンプ 運転監視	220kV 第2原子力線 1 L電圧	1	1	①	外部電源の受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-
			220kV 第2原子力線 2 L電圧	1	1	①	外部電源の受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-
			6.6kV 扇形支線電圧	1	1	①	外部電源の受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-
			C-メタック母線電圧	1	1	①	非常用メタックの受電状態 を確認するパラメータ	-	-	-	-
			D-メタック母線電圧	1	1	①	非常用メタックの受電状態 を確認するパラメータ	-	-	-	-
			C-メタック母線電圧	1	1	①	非常用メタックの受電状態 を確認するパラメータ	-	-	-	-
			D-メタック母線電圧	1	1	①	非常用メタックの受電状態 を確認するパラメータ	-	-	-	-
			HPCS-アイゼル発電 機電圧	1	1	①	非常用アイゼル発電機の 運転状態を確認するパラ メータ	-	-	-	-
			HPCS-アイゼル発電 機電圧	1	1	①	非常用アイゼル発電機の 運転状態を確認するパラ メータ	-	-	-	-
			HPCS-アイゼル発電 機電圧	1	1	①	非常用アイゼル発電機の 運転状態を確認するパラ メータ	-	-	-	-

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

項目	分類	抽出バロメータを計測する計器			抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器			評価
		計器数	直後 負荷切り離し後	バロメータ 分類	計器数	直後 負荷切り離し後	計器故障等	
1.14.2.6 燃料の補給手順 重大事故等対策 要領	補機監視機能 別冊 基準 操作	8	8	③	-	-	-	-
AM設備別操作 手順書	補機監視機能 別冊 基準 操作	1	1	③	-	-	-	-
	補機監視機能 別冊 基準 操作	2	2	③	-	-	-	-
補機監視機能	補機監視機能	2	2	③	-	-	-	-

①：重要監視バロメータ、②：有効監視バロメータ、③：補助バロメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器			抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器			評価	
			計器数 (0内はPM)	直後	負荷切り離し後	計器数 (0内はPM)	直後	負荷切り離し後		
監視 基準 操作	電圧	250kV 第2回子力母線1L高電圧	1	1	①	-	-	-	-	
		250kV 第2回子力母線2L高電圧	1	1	①	-	-	-	-	
		60kV 緊急支線電圧	1	1	①	-	-	-	-	
		C-メタタフ母線電圧	1	1	①	-	-	-	-	
		D-メタタフ母線電圧	1	1	①	-	-	-	-	
		C-メタタフ母線電圧 (他号)	「緊急時対策本部」に確認							
		D-メタタフ母線電圧 (他号)	「緊急時対策本部」に確認							
		C-メタタフ母線電圧	1	1	①	-	-	-	-	
		D-メタタフ母線電圧	1	1	①	-	-	-	-	
		D-メタタフ母線電圧 (他号)	「緊急時対策本部」に確認							
操作	電圧	デューセル発電機電圧 (他号)	「緊急時対策本部」に確認							
		デューセル発電機電圧 (他号)	「緊急時対策本部」に確認							
		デューセル発電機電圧 (他号)	「緊急時対策本部」に確認							
		デューセル発電機電圧 (他号)	「緊急時対策本部」に確認							

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	パラメータ 分類	計器名称	計器数	
L.14.2.7 設計基準事故対処設備による対応手順 (1) 非常用交流電源設備による非常用所内配気設備への給電 書II (微断ベーク電源供給回復) 非常時運転手順書II (停止時微断ベーク電源回復)	電源	275kV東海原子力線 1L電圧	1	1	③	東海原子力線 1Lの受電状態を確認するパラメータ	-	-
		275kV東海原子力線 2L電圧	1	1	③	東海原子力線 2Lの受電状態を確認するパラメータ	-	-
		15kV原子力1号機電圧	1	1	③	原子力1号機の受電状態を確認するパラメータ	-	-
		M/C 2C電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-
		M/C 2D電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-
		M/C HPCS電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-
		M/C 2C電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-
		M/C 2D電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-
		M/C HPCS電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-
		M/C 2D電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-
L.14.2.5 燃料の供給手順 (2) タンクローリイから各機器等への給油	電源	2C・2D D/G発電機	2	2	③	燃料の供給状態を確認するパラメータ	-	-
		HPCS D/G発電機電圧	1	1	③	燃料の供給状態を確認するパラメータ	-	-
		2C・2D D/G発電機出力	2	2	③	燃料の供給状態を確認するパラメータ	-	-
		HPCS D/G発電機出力	1	1	③	燃料の供給状態を確認するパラメータ	-	-
L.14.2.5 燃料の供給手順 (2) タンクローリイから各機器等への給油	電源	2C・2D D/G発電機出力	2	2	③	燃料の供給状態を確認するパラメータ	-	-
		HPCS D/G発電機出力	1	1	③	燃料の供給状態を確認するパラメータ	-	-

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
				計器数 (0内はPM)	SBO影響 直後	負荷切り離し後	計器名称	計器数 (0内はPM)	SBO影響 直後	
L.14.2.5 燃料の供給手順 (2) タンクローリイから各機器等への給油	燃料供給設備	監視	タンクローリイ燃料タンクレベル	1	1	③	燃料の供給状態を確認するパラメータ	-	-	③
			タンクローリイ燃料タンクレベル	1	1	③	燃料の供給状態を確認するパラメータ	-	-	③
			タンクローリイ燃料タンクレベル	1	1	③	燃料の供給状態を確認するパラメータ	-	-	③
			タンクローリイ燃料タンクレベル	1	1	③	燃料の供給状態を確認するパラメータ	-	-	③
			タンクローリイ燃料タンクレベル	1	1	③	燃料の供給状態を確認するパラメータ	-	-	③
			タンクローリイ燃料タンクレベル	1	1	③	燃料の供給状態を確認するパラメータ	-	-	③
			タンクローリイ燃料タンクレベル	1	1	③	燃料の供給状態を確認するパラメータ	-	-	③
			タンクローリイ燃料タンクレベル	1	1	③	燃料の供給状態を確認するパラメータ	-	-	③
			タンクローリイ燃料タンクレベル	1	1	③	燃料の供給状態を確認するパラメータ	-	-	③
			タンクローリイ燃料タンクレベル	1	1	③	燃料の供給状態を確認するパラメータ	-	-	③

・設備の相違
【柏崎6/7，東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
		計器数	SBO影響 直後	計器名称	計器数	SBO影響 直後	計器名称	計器数	計器故障等
1.14.2.7 設計基準事故対処設備による対応手順 (1) 非常用交流電源設備による非常用所内電気設備への給電	補機監視機能 操作 (2 / 2)	2	2	軽油貯蔵タンクレベル	-	-	-	-	
非常時運転手順 「電源供給回復」		2	2	2C・2D非常用ディーゼル発電機燃料油ダイヤタンクレベル	-	-	-	-	
非常時運転手順 「電源供給回復」		1	1	高圧圧入スプレイ系ディーゼル発電機燃料油ダイヤタンクレベル	-	-	-	-	
非常時運転手順 「停止時監視ベース」		1	0	DGSW海水流量 (2C)	-	-	-	-	
非常時運転手順 「停止時電源復旧」		1	0	DGSW海水流量 (2D)	-	-	-	-	
		1	0	DGSW海水流量 (HPC S)	-	-	-	-	

①：重要監視パラメータ、②：有線監視パラメータ、③：補助パラメータ

監視パラメータ

1.14 電源の確保に関する手順等

重大事故等対処に係る監視事項

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
		計器数	SBO影響 直後	計器名称	計器数	SBO影響 直後	計器名称	計器数	計器故障等
1.14.2.6 重大事故等対処設備 (設計基準事故) による対応手順 (1) 非常用交流電源設備による給電	電源	1	1	220kV 電圧計	-	-	-	-	
1.14.2.6 重大事故等対処設備 (設計基準事故) による対応手順 (1) 非常用交流電源設備による給電		1	1	220kV 電圧計	-	-	-	-	
1.14.2.6 重大事故等対処設備 (設計基準事故) による対応手順 (1) 非常用交流電源設備による給電		1	1	66kV 電圧計	-	-	-	-	
1.14.2.6 重大事故等対処設備 (設計基準事故) による対応手順 (1) 非常用交流電源設備による給電		1	1	C-メータ付電圧計	-	-	-	-	
1.14.2.6 重大事故等対処設備 (設計基準事故) による対応手順 (1) 非常用交流電源設備による給電		1	1	D-メータ付電圧計	-	-	-	-	
1.14.2.6 重大事故等対処設備 (設計基準事故) による対応手順 (1) 非常用交流電源設備による給電		1	1	HPCモニター付電圧計	-	-	-	-	
1.14.2.6 重大事故等対処設備 (設計基準事故) による対応手順 (1) 非常用交流電源設備による給電		1	1	C-メータ付電圧計	-	-	-	-	
1.14.2.6 重大事故等対処設備 (設計基準事故) による対応手順 (1) 非常用交流電源設備による給電		1	1	D-メータ付電圧計	-	-	-	-	
1.14.2.6 重大事故等対処設備 (設計基準事故) による対応手順 (1) 非常用交流電源設備による給電		2	2	ディーゼル発電機電圧	-	-	-	-	
1.14.2.6 重大事故等対処設備 (設計基準事故) による対応手順 (1) 非常用交流電源設備による給電		1	1	ディーゼル発電機電圧	-	-	-	-	
1.14.2.6 重大事故等対処設備 (設計基準事故) による対応手順 (1) 非常用交流電源設備による給電		2	2	ディーゼル発電機電圧	-	-	-	-	
1.14.2.6 重大事故等対処設備 (設計基準事故) による対応手順 (1) 非常用交流電源設備による給電		1	1	ディーゼル発電機電圧	-	-	-	-	
1.14.2.6 重大事故等対処設備 (設計基準事故) による対応手順 (1) 非常用交流電源設備による給電		2	2	ディーゼル発電機電圧	-	-	-	-	
1.14.2.6 重大事故等対処設備 (設計基準事故) による対応手順 (1) 非常用交流電源設備による給電		1	1	ディーゼル発電機電圧	-	-	-	-	
1.14.2.6 重大事故等対処設備 (設計基準事故) による対応手順 (1) 非常用交流電源設備による給電		1	1	ディーゼル発電機電圧	-	-	-	-	
1.14.2.6 重大事故等対処設備 (設計基準事故) による対応手順 (1) 非常用交流電源設備による給電	2	0	燃料供給ポンプ電圧	-	-	-	-		
1.14.2.6 重大事故等対処設備 (設計基準事故) による対応手順 (1) 非常用交流電源設備による給電	2	0	燃料供給ポンプ電圧	-	-	-	-		
1.14.2.6 重大事故等対処設備 (設計基準事故) による対応手順 (1) 非常用交流電源設備による給電	2	0	燃料供給ポンプ電圧	-	-	-	-		
1.14.2.6 重大事故等対処設備 (設計基準事故) による対応手順 (1) 非常用交流電源設備による給電	2	0	燃料供給ポンプ電圧	-	-	-	-		

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	分類	抽出バワメータを計測する計器				抽出バワメータの代替バワメータを計測する計器				評価	
			計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後		
1.14.2.7 設計基準事故対処手順による対応手順 (2) 非常用直営電源故障による発電 非常時運転手順 書II (運転ペー ス) 「電源供給回 復」 非常時運転手順 書II (停止時撤 検ペー ス) 「停止時電源復 旧」	電源	別 形 基 礎	275kV東海原子力線1L電 圧	1	1	1	③	東海原子力線1Lの受電状 態を確認するバワメータ	-	-	-	-
			275kV東海原子力線2L電 圧	1	1	1	③	東海原子力線2Lの受電状 態を確認するバワメータ	-	-	-	-
			15kV原子力1号線電圧	1	1	1	③	原子力1号線の受電状態を 確認するバワメータ	-	-	-	-
			M/C 2C電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を 確認するバワメータ	-	-	-	-
			M/C 2D電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を 確認するバワメータ	-	-	-	-
			直流125V主母線2A電圧	1	1	1	③		-	-	-	-
			直流125V主母線HPCS 電圧	1	1	1	③	直流電源の受電状態を確認 するバワメータ	-	-	-	-
			直流±24V中性子モニタ用 分電盤2A電圧	1	1	1	③		-	-	-	-
			直流±24V中性子モニタ用 分電盤2B電圧	1	1	1	③		-	-	-	-
			直流125V主母線2A電圧	1	1	1	③		-	-	-	-
			直流125V主母線2B電圧	1	1	1	③		-	-	-	-
			直流125V主母線HPCS 電圧	1	1	1	③	直流電源の受電状態を確認 するバワメータ	-	-	-	-
			直流±24V中性子モニタ用 分電盤2A電圧	1	1	1	③		-	-	-	-
			直流±24V中性子モニタ用 分電盤2B電圧	1	1	1	③		-	-	-	-

①：重要監視バワメータ、②：有効監視バワメータ、③：補助バワメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	計器数 (計器は1台)	抽出バワメータを計測する計器				抽出バワメータの代替バワメータを計測する計器				評価
					直後	SBO影響 負荷切り離し後	バワメータ 分類	補助バワメータ 分類	計器名称 (計器は1台)	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	
1.14.2.6 重大事故等対処手順 (設計基準手順) による対応手順 (2) 非常用直営電源故障による発電 非常時運転手順 書II (運転ペー ス) 「電源復旧」	電源	別 形 基 礎	220kV 第2原子力線 線1L送電電圧	1	1	1	③	外部電源の受電状態を確認 するバワメータ	-	-	-	-	
			220kV 第2原子力線 線2L送電電圧	1	1	1	③	外部電源の受電状態を確認 するバワメータ	-	-	-	-	
			6.6kV 島島及線電圧	1	1	1	③	外部電源の受電状態を確認 するバワメータ	-	-	-	-	
			C-メタタクワ母線電圧	1	1	1	③	非常用メタタクワの受電状態 を確認するバワメータ	-	-	-	-	
			D-メタタクワ母線電 圧	1	1	1	③	非常用メタタクワの受電状態 を確認するバワメータ	-	-	-	-	
			HPCS-メタタクワ母線電 圧	1	1	1	③	非常用メタタクワの受電状態 を確認するバワメータ	-	-	-	-	
			A-115V系統送電母線電 圧	1	1	1	③	直流電源の受電状態を確認 するバワメータ	-	-	-	-	
			HPCS系統送電母線電 圧	1	1	1	③	直流電源の受電状態を確認 するバワメータ	-	-	-	-	
			230V系統送電 (HCC1 C) 母線電圧	1	1	1	③	直流電源の受電状態を確認 するバワメータ	-	-	-	-	
			原子炉中性子計測用電源 母線電圧	2	2	2	③	直流電源の受電状態を確認 するバワメータ	-	-	-	-	

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
技術的能力に係る審
査資料 1.1~1.14 から
抽出される監視計器の
相違