

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	SBO影響		抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器名称		SBO影響		計器故障等	SBO	
			直後	直後			計器数	直後	計器数	直後			
1.11.2.1 使用済燃料プールから発生する蒸気による影響を低減するための対応手順 (1) 代替交流電源装置を使用した燃料プール冷却装置による使用済燃料プールの冷却 (2) 燃料プールの電圧・電流 (3) 燃料プールの電圧・電流 (4) 燃料プールの電圧・電流 (5) 燃料プールの電圧・電流 (6) 燃料プールの電圧・電流 (7) 燃料プールの電圧・電流 (8) 燃料プールの電圧・電流 (9) 燃料プールの電圧・電流 (10) 燃料プールの電圧・電流 (11) 燃料プールの電圧・電流	非常時運転手順 (SFP運転・電圧制御) (SFP運転・電流制御) (SFP運転・電圧・電流制御) (SFP運転・電圧・電流・電流制御)	燃料プールの電圧・電流	1	1	0	-	燃料プールの電圧・電流	1	1	1	1	燃料プールの電圧・電流の異常発生により、燃料プールの電圧・電流が正常に維持されず、燃料プールの電圧・電流が低下することによる影響を低減するための対応手順	
	非常時運転手順 (SFP運転・電圧制御)	燃料プールの電圧・電流	1	1	1	①	燃料プールの電圧・電流	1	1	1	1	燃料プールの電圧・電流の異常発生により、燃料プールの電圧・電流が正常に維持されず、燃料プールの電圧・電流が低下することによる影響を低減するための対応手順	
	非常時運転手順 (SFP運転・電圧・電流制御)	燃料プールの電圧・電流	1	1	1	①	燃料プールの電圧・電流	1	1	1	1	燃料プールの電圧・電流の異常発生により、燃料プールの電圧・電流が正常に維持されず、燃料プールの電圧・電流が低下することによる影響を低減するための対応手順	
	非常時運転手順 (SFP運転・電圧・電流・電流制御)	燃料プールの電圧・電流	1	1	1	①	燃料プールの電圧・電流	1	1	1	1	燃料プールの電圧・電流の異常発生により、燃料プールの電圧・電流が正常に維持されず、燃料プールの電圧・電流が低下することによる影響を低減するための対応手順	
	非常時運転手順 (SFP運転・電圧・電流・電流・電流制御)	燃料プールの電圧・電流	1	1	1	①	燃料プールの電圧・電流	1	1	1	1	燃料プールの電圧・電流の異常発生により、燃料プールの電圧・電流が正常に維持されず、燃料プールの電圧・電流が低下することによる影響を低減するための対応手順	
	非常時運転手順 (SFP運転・電圧・電流・電流・電流・電流制御)	燃料プールの電圧・電流	1	1	1	①	燃料プールの電圧・電流	1	1	1	1	燃料プールの電圧・電流の異常発生により、燃料プールの電圧・電流が正常に維持されず、燃料プールの電圧・電流が低下することによる影響を低減するための対応手順	
	非常時運転手順 (SFP運転・電圧・電流・電流・電流・電流・電流制御)	燃料プールの電圧・電流	1	1	1	①	燃料プールの電圧・電流	1	1	1	1	燃料プールの電圧・電流の異常発生により、燃料プールの電圧・電流が正常に維持されず、燃料プールの電圧・電流が低下することによる影響を低減するための対応手順	
	非常時運転手順 (SFP運転・電圧・電流・電流・電流・電流・電流・電流制御)	燃料プールの電圧・電流	1	1	1	①	燃料プールの電圧・電流	1	1	1	1	1	燃料プールの電圧・電流の異常発生により、燃料プールの電圧・電流が正常に維持されず、燃料プールの電圧・電流が低下することによる影響を低減するための対応手順
	非常時運転手順 (SFP運転・電圧・電流・電流・電流・電流・電流・電流・電流制御)	燃料プールの電圧・電流	1	1	1	①	燃料プールの電圧・電流	1	1	1	1	1	燃料プールの電圧・電流の異常発生により、燃料プールの電圧・電流が正常に維持されず、燃料プールの電圧・電流が低下することによる影響を低減するための対応手順
	非常時運転手順 (SFP運転・電圧・電流・電流・電流・電流・電流・電流・電流・電流制御)	燃料プールの電圧・電流	1	1	1	①	燃料プールの電圧・電流	1	1	1	1	1	燃料プールの電圧・電流の異常発生により、燃料プールの電圧・電流が正常に維持されず、燃料プールの電圧・電流が低下することによる影響を低減するための対応手順
	非常時運転手順 (SFP運転・電圧・電流・電流・電流・電流・電流・電流・電流・電流・電流制御)	燃料プールの電圧・電流	1	1	1	①	燃料プールの電圧・電流	1	1	1	1	1	燃料プールの電圧・電流の異常発生により、燃料プールの電圧・電流が正常に維持されず、燃料プールの電圧・電流が低下することによる影響を低減するための対応手順

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	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	判断基準(3/3)	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
			1	1	①	1	1	原子炉水位、サブプレッション・原子炉水位の変化より、代替淡水貯槽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

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	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		
1.11.2.1 燃料プールの電圧・電流による影響を低減するための対応手順 (1) 代替交流電源装置を使用した燃料プール冷却装置による使用済燃料プールの冷却 (2) 燃料プールの電圧・電流 (3) 燃料プールの電圧・電流 (4) 燃料プールの電圧・電流 (5) 燃料プールの電圧・電流 (6) 燃料プールの電圧・電流 (7) 燃料プールの電圧・電流 (8) 燃料プールの電圧・電流 (9) 燃料プールの電圧・電流 (10) 燃料プールの電圧・電流 (11) 燃料プールの電圧・電流	燃料プールの電圧・電流	燃料プールの電圧・電流	1	1	-	1	1	燃料プールの電圧・電流の異常発生により、燃料プールの電圧・電流が正常に維持されず、燃料プールの電圧・電流が低下することによる影響を低減するための対応手順	燃料プールの電圧・電流の異常発生により、燃料プールの電圧・電流が正常に維持されず、燃料プールの電圧・電流が低下することによる影響を低減するための対応手順
			1	1	-	1	1	燃料プールの電圧・電流の異常発生により、燃料プールの電圧・電流が正常に維持されず、燃料プールの電圧・電流が低下することによる影響を低減するための対応手順	
			1	1	①	1	1	燃料プールの電圧・電流の異常発生により、燃料プールの電圧・電流が正常に維持されず、燃料プールの電圧・電流が低下することによる影響を低減するための対応手順	
			1	1	①	1	1	燃料プールの電圧・電流の異常発生により、燃料プールの電圧・電流が正常に維持されず、燃料プールの電圧・電流が低下することによる影響を低減するための対応手順	
			1	1	①	1	1	燃料プールの電圧・電流の異常発生により、燃料プールの電圧・電流が正常に維持されず、燃料プールの電圧・電流が低下することによる影響を低減するための対応手順	
			1	1	①	1	1	燃料プールの電圧・電流の異常発生により、燃料プールの電圧・電流が正常に維持されず、燃料プールの電圧・電流が低下することによる影響を低減するための対応手順	
			1	1	①	1	1	燃料プールの電圧・電流の異常発生により、燃料プールの電圧・電流が正常に維持されず、燃料プールの電圧・電流が低下することによる影響を低減するための対応手順	
			1	1	①	1	1	燃料プールの電圧・電流の異常発生により、燃料プールの電圧・電流が正常に維持されず、燃料プールの電圧・電流が低下することによる影響を低減するための対応手順	
			1	1	①	1	1	燃料プールの電圧・電流の異常発生により、燃料プールの電圧・電流が正常に維持されず、燃料プールの電圧・電流が低下することによる影響を低減するための対応手順	
			1	1	①	1	1	燃料プールの電圧・電流の異常発生により、燃料プールの電圧・電流が正常に維持されず、燃料プールの電圧・電流が低下することによる影響を低減するための対応手順	
			1	1	①	1	1	燃料プールの電圧・電流の異常発生により、燃料プールの電圧・電流が正常に維持されず、燃料プールの電圧・電流が低下することによる影響を低減するための対応手順	

・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				監視パラメータ				評価			
		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	計器名称	計器数	直後 負荷切り離し後	SBO影響	計器故障等	SBO
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	水源の確保 操作(2/2)		低圧代替注水系原子炉注水流 (常設ライン用)	1	1	①	低圧代替注水流	1	1	1	1	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 (常設ライン用)	1	1	①	低圧代替注水流	1	1	1	1		
			低圧代替注水系原子炉注水流 (可搬ライン用)	1	1		低圧代替注水流	1	1	1	1	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 (可搬ライン用)	1	1		低圧代替注水流	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		低圧代替注水流	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認	
			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		低圧代替注水流	1	1	1	1		
			低圧代替注水系格納容器下部注 水流	1	1		低圧代替注水流	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認	
			原子炉水位(広帯域)	2	2		原子炉水位	2	2	2	2		
			原子炉水位(燃料域)	2	2		原子炉水位	2	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認	
			原子炉水位(SA広帯域)	1	1		原子炉水位	1	1	1	1		
			原子炉水位(SA燃料域)	1	1		原子炉水位	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認	
			サブレンジョン・プール水位	1	1		サブレンジョン・プール水位	1	1	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	2	2	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	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 負荷切り離し後	SBO影響	評価	
												計器故障等	SBO
電圧	C-メータ分岐電圧	1	1	1	①			燃料プールの電圧	1	1	1	燃料プールの電圧	1
電圧	D-メータ分岐電圧	1	1	1	①			燃料プールの電圧	1	1	1	燃料プールの電圧	1
電圧	C-ロードセンサ分岐電圧	1	1	1	①			燃料プールの電圧	1	1	1	燃料プールの電圧	1
電圧	D-ロードセンサ分岐電圧	1	1	1	①			燃料プールの電圧	1	1	1	燃料プールの電圧	1
電圧	原子炉機械油圧/圧力	2	0	0	②			原子炉機械油圧/圧力	2	0	0	原子炉機械油圧/圧力	2
電圧	燃料プールの電圧	1	1	1	①			燃料プールの電圧	1	1	1	燃料プールの電圧	1
電圧	燃料プールの電圧	1	1	1	①			燃料プールの電圧	1	1	1	燃料プールの電圧	1
電圧	燃料プールの電圧	1	1	1	①			燃料プールの電圧	1	1	1	燃料プールの電圧	1
電圧	燃料プールの電圧	1	1	1	①			燃料プールの電圧	1	1	1	燃料プールの電圧	1
電圧	燃料プールの電圧	1	1	1	①			燃料プールの電圧	1	1	1	燃料プールの電圧	1
電圧	燃料プールの電圧	1	1	1	①			燃料プールの電圧	1	1	1	燃料プールの電圧	1
電圧	燃料プールの電圧	1	1	1	①			燃料プールの電圧	1	1	1	燃料プールの電圧	1
電圧	燃料プールの電圧	1	1	1	①			燃料プールの電圧	1	1	1	燃料プールの電圧	1
電圧	燃料プールの電圧	1	1	1	①			燃料プールの電圧	1	1	1	燃料プールの電圧	1
電圧	燃料プールの電圧	1	1	1	①			燃料プールの電圧	1	1	1	燃料プールの電圧	1
電圧	燃料プールの電圧	1	1	1	①			燃料プールの電圧	1	1	1	燃料プールの電圧	1
電圧	燃料プールの電圧	1	1	1	①			燃料プールの電圧	1	1	1	燃料プールの電圧	1
電圧	燃料プールの電圧	1	1	1	①			燃料プールの電圧	1	1	1	燃料プールの電圧	1
電圧	燃料プールの電圧	1	1	1	①			燃料プールの電圧	1	1	1	燃料プールの電圧	1
電圧	燃料プールの電圧	1	1	1	①			燃料プールの電圧	1	1	1	燃料プールの電圧	1
電圧	燃料プールの電圧	1	1	1	①			燃料プールの電圧	1	1	1	燃料プールの電圧	1
電圧	燃料プールの電圧	1	1	1	①			燃料プールの電圧	1	1	1	燃料プールの電圧	1
電圧	燃料プールの電圧	1	1	1	①			燃料プールの電圧	1	1	1	燃料プールの電圧	1
電圧	燃料プールの電圧	1	1	1	①			燃料プールの電圧	1	1	1	燃料プールの電圧	1
電圧	燃料プールの電圧	1	1	1	①			燃料プールの電圧	1	1	1	燃料プールの電圧	1
電圧	燃料プールの電圧	1	1	1	①			燃料プールの電圧	1	1	1	燃料プールの電圧	1
電圧	燃料プールの電圧	1	1	1	①			燃料プールの電圧	1	1	1	燃料プールの電圧	1
電圧	燃料プールの電圧	1	1	1	①			燃料プールの電圧	1	1	1	燃料プールの電圧	1
電圧	燃料プールの電圧	1	1	1	①			燃料プールの電圧	1	1	1	燃料プールの電圧	1
電圧	燃料プールの電圧	1	1	1	①			燃料プールの電圧	1	1	1	燃料プールの電圧	1
電圧	燃料プールの電圧	1	1	1	①			燃料プールの電圧	1	1	1	燃料プールの電圧	1
電圧	燃料プールの電圧	1	1	1	①			燃料プールの電圧	1	1	1	燃料プールの電圧	1
電圧	燃料プールの電圧	1	1	1	①			燃料プールの電圧	1	1	1	燃料プールの電圧	1
電圧	燃料プールの電圧	1	1	1	①			燃料プールの電圧	1	1	1	燃料プールの電圧	1
電圧	燃料プールの電圧	1	1	1	①			燃料プールの電圧	1	1	1	燃料プールの電圧	1
電圧	燃料プールの電圧	1	1	1	①			燃料プールの電圧	1	1	1	燃料プールの電圧	1
電圧	燃料プールの電圧	1	1	1	①			燃料プールの電圧	1	1	1	燃料プールの電圧	1
電圧	燃料プールの電圧	1	1	1	①			燃料プールの電圧	1	1	1	燃料プールの電圧	1
電圧	燃料プールの電圧	1	1	1	①			燃料プールの電圧	1	1	1	燃料プールの電圧	1
電圧	燃料プールの電圧	1	1	1	①			燃料プールの電圧	1	1	1	燃料プールの電圧	1
電圧	燃料プールの電圧	1	1	1	①			燃料プールの電圧	1	1	1	燃料プールの電圧	1
電圧	燃料プールの電圧	1	1	1	①			燃料プールの電圧	1	1	1	燃料プールの電圧	1
電圧	燃料プールの電圧	1	1	1	①			燃料プールの電圧	1	1	1	燃料プールの電圧	1
電圧	燃料プールの電圧	1	1	1	①			燃料プールの電圧	1	1	1	燃料プールの電圧	1
電圧	燃料プールの電圧	1	1	1	①			燃料プールの電圧	1	1	1	燃料プールの電圧	1
電圧	燃料プールの電圧	1	1	1	①			燃料プールの電圧	1	1	1	燃料プールの電圧	1
電圧	燃料プールの電圧	1	1	1	①			燃料プールの電圧	1	1	1	燃料プールの電圧	1
電圧	燃料プールの電圧	1	1	1	①			燃料プールの電圧	1	1	1	燃料プールの電圧	1
電圧	燃料プールの電圧	1	1	1	①			燃料プールの電圧	1	1	1	燃料プールの電圧	1
電圧	燃料プールの電圧	1	1	1	①			燃料プールの電圧	1	1	1	燃料プールの電圧	1
電圧	燃料プールの電圧	1	1	1	①			燃料プールの電圧	1	1	1	燃料プールの電圧	1
電圧	燃料プールの電圧	1	1	1	①			燃料プールの電圧	1	1	1	燃料プールの電圧	1
電圧	燃料プールの電圧	1	1	1	①			燃料プールの電圧	1	1	1	燃料プールの電圧	1
電圧	燃料プールの電圧	1	1	1	①			燃料プールの電圧	1	1	1	燃料プールの電圧	1
電圧	燃料プールの電圧	1	1	1	①			燃料プールの電圧	1	1	1	燃料プールの電圧	1
電圧	燃料プールの電圧	1	1	1	①			燃料プールの電圧	1	1	1	燃料プールの電圧	1
電圧	燃料プールの電圧	1	1	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

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 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(徴検)「使用済燃料プールの監視・AM設置別機作手順書」	使用済燃料プールの温度 (SA)	使用済燃料プールの温度 (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水位・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カメラ	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燃料モニタ (高レンジ・低レンジ) の監視可能
		燃料取扱フロア燃料プールの温度 (SA)	1	0	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燃料モニタ (高レンジ・低レンジ) の監視可能
		原子炉建屋換気系燃料取扱床排気ダクト燃料モニタ	4	4	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燃料モニタ (高レンジ・低レンジ) の監視可能
		原子炉建屋換気系燃料取扱床排気ダクト燃料モニタ	4	4	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燃料モニタ (高レンジ・低レンジ) の監視可能
		原子炉建屋換気系燃料取扱床排気ダクト燃料モニタ	4	4	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燃料モニタ (高レンジ・低レンジ) の監視可能
		原子炉建屋換気系燃料取扱床排気ダクト燃料モニタ	4	4	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燃料モニタ (高レンジ・低レンジ) 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				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	SP0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	SP0影響 負荷切り離し後	計器故障等	SB0
対応手段 非常時運転手 手順Ⅱ(微候 ベース) 「使用済燃料 プール制御」 AM設備別機 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	-	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	-	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 の防止状況を監視することがで 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
操作 (1) (2)	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	-	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) 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、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
		燃料取扱フロア燃料プー 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	
			計器数	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後	パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器数	計器名称	計器故障等		SBO
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	1	1	0	③	消火系ポンプ吐出ヘッド 圧力	-	-	-	-	-
			2	0	0	-	残留熱除去系系統流量	-	-	-	-	-
			1	0	0	③	ろ過水貯蔵タンク水位	-	-	-	-	-

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

1.11 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	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	計器故障等	SBO			
												パラメータ 分類	補助パラメータ 分理由	
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イ a. 常設低圧代替注水系 (常設スプレイヘッド) 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 ベース) 「使用済燃料 プールの制御」 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	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	-	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	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	-	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	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	-	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	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	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	-	-
		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	-	1	1	1	1	-	-
	電源	緊急用直流125V主母線電圧	1	1	1	③	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	-	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

1.11 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 冷却基準(2/2)	水源の確保	低圧代替注水系統原子炉注水流速(常設ライン用)	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流速(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速(可搬ライン用)	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流速(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量	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(既設)	2	2	原子炉水位(サブレンジ)	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(SA)	1	1	使用済燃料プール温度・温度(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(SA)	1	1	使用済燃料プール温度・温度(SA広域)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、燃料線の運転状況及び燃料線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	使用済燃料プール温度(SA)	1	1	
操作(2/2)	使用済燃料プールの監視	使用済燃料プール温度(SA)	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、燃料線の運転状況及び燃料線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	使用済燃料プール温度(SA)	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 1 負荷切り離し後 1	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 1 負荷切り離し後 1	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	-	-	-	-	-	-
		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	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	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	
			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
			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
			1	1	1	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

1.11 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設備明機 作手順書	西側淡水貯水設備水位	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	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	
		低圧代替注水系燃料格納器下部注 水量	1	1	1	低圧代替注水系燃料格納器下部注 水量	1	1	1		
判 断 事 象 (2) (2)	水源の確 保	原子炉水位(広帯域)	2	2	2	原子炉水位(広帯域)	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 監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		原子炉水位(燃料域)	2	2	2	原子炉水位(燃料域)	2	2	2		
		原子炉水位(SA広帯域)	1	1	1	原子炉水位(SA広帯域)	1	1	1		
		原子炉水位(SA燃料域)	1	1	1	原子炉水位(SA燃料域)	1	1	1		
		サブプレッショ・プール水位	1	1	1	サブプレッショ・プール水位	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	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・燃料域用)	1	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン・燃料域用)	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	低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	1		
		低圧代替注水系燃料格納器スプレ イ流量(常設ライン用)	1	1	1	低圧代替注水系燃料格納器スプレ イ流量(常設ライン用)	1	1	1		
		低圧代替注水系燃料格納器スプレ イ流量(可搬ライン用)	1	1	1	低圧代替注水系燃料格納器スプレ イ流量(可搬ライン用)	1	1	1		
代 替 淡 水 貯 槽 水 位	1	1	1	代 替 淡 水 貯 槽 水 位	1	1	1	代 替 淡 水 貯 槽 を 水 源 と 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	代 替 淡 水 貯 槽 を 水 源 と 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		
常 設 低 圧 代 替 注 水 系 ボ ン プ 吐 出 圧 力	2	2	2	常 設 低 圧 代 替 注 水 系 ボ ン プ 吐 出 圧 力	2	2	2	2	代 替 淡 水 貯 槽 を 水 源 と す る ボ 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	代 替 淡 水 貯 槽 を 水 源 と す る ボ 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	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(常時 ベース) [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	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。	
		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)	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	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。
		使用済燃料プール温度 (SA)	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	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。
		使用済燃料プール温度 (SA)	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)	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)	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	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。
燃料貯蔵フロア燃料プール水位・温度 (SA)	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	-	-	-	-	-	
燃料貯蔵フロア放射線モニタ	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	-	-	-	-	-	
原子炉建屋換気系統燃料取り出し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	-	-	-	-	-	
原子炉建屋換気系統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	-	-	-	-	-	
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	1	③	低圧代替注水系統の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	
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	1	③	低圧代替注水系統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：有知監視パラメータ、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(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) サブプレッジョン・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			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 負荷切り直し後	ハワメータ	補助ハワメータ	計器名称	計器数	直後 SPO影響 負荷切り直し後	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		
								低圧代替注水系統射器スプレ イ流量 (常設ライン用)	1	1		
								低圧代替注水系統射器スプレ イ流量 (可換ライン用)	1	1		
								低圧代替注水系統射器下部注 水流	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		
操 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、サブレーション・ 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	2	2	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			評価							
		計器名称	計器数	直読	パラメータ分類	補助パラメータ分類	計器名称		計器数	直読	負荷切り離し	SDO			
対応手段 非常時運転手 班長Ⅱ(常換) 班員Ⅱ(常換) 「使用済燃料 プールの制御」 AM設備別換 作手順書	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	使用済燃料プール内の冷却材の放射線の遮蔽状況及び放射線の防止状況を監視することから、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		使用済燃料プールの放射線モニタ (高レンジ・低レンジ)	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却材の放射線の遮蔽状況及び放射線の防止状況を監視することから、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		
		燃料使用量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監視するパラメータ								
		原子炉建屋換気高濃度放射線モニタ	4	4	③		使用済燃料プールの状態を監視するパラメータ								
		原子炉建屋換気高濃度放射線モニタ	4	4	③		使用済燃料プールの状態を監視するパラメータ								
		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	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	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)の監視可にて確認	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 (可搬ライン用)	1	1	①		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	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)の監視可にて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認
		低圧代替注水系統冷却器スプレイ流量 (常設ライン用)	1	1	①		低圧代替注水系統冷却器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1	1	1	1	1	低圧代替注水系統冷却器スプレイ流量 (可搬ライン用)の監視可にて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認
		低圧代替注水系統冷却器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1	①		低圧代替注水系統冷却器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1	1	1	1	1	低圧代替注水系統冷却器スプレイ流量 (可搬ライン用)の監視可にて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認
		低圧代替注水系統冷却器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1	①		低圧代替注水系統冷却器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1	1	1	1	1	低圧代替注水系統冷却器スプレイ流量 (可搬ライン用)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

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	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	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	-	-	-	-	
		緊急用直流125V主母線盤電圧	緊急用直流125V主母線盤電圧	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

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	-	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	-	-	-	-	-	-	-	
			原子炉建屋燃焼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	-	-	-	-	-	-	-	
			原子炉建屋燃焼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	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	計器名称	計器数	計器故障等	SBO	
非常時運転中 項目B (燃料 貯蔵槽) [使用済燃料 プール制御] AM設備別機 作手順書	L1.11.2.3 重大事故等時における使用済燃料プールの状態監視 (1) 使用済燃料プールの状態監視 a. 使用済燃料プール監視カメラ用空冷装置起動	使用済燃料プール温度 (SA)	1	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	使用済燃料プール内の高水位 記。放射線の遮蔽状況及び燃料 貯蔵槽の監視カメラの監視可 能。使用済燃料プールの監視可 能。	監視事項は抽 出バロメータ にて確認	
		使用済燃料プール水位・ 温度 (SA広域)	1	使用済燃料プール温度 (SA)	1	使用済燃料プール内の高水位 記。放射線の遮蔽状況及び燃料 貯蔵槽の監視カメラの監視可 能。使用済燃料プールの監視可 能。	監視事項は抽 出バロメータ にて確認	
		使用済燃料プール監視カ メラ	1	使用済燃料プール監視カメラ	1	使用済燃料プール内の高水位 記。放射線の遮蔽状況及び燃料 貯蔵槽の監視カメラの監視可 能。使用済燃料プールの監視可 能。	監視事項は抽 出バロメータ にて確認	
		緊急用M/C電圧	1	緊急用M/Cの電圧	1	緊急用M/Cの電圧	1	緊急用M/Cの電圧
		緊急用P/C電圧	1	緊急用P/Cの電圧	1	緊急用P/Cの電圧	1	緊急用P/Cの電圧
		緊急用減速20Hz主母線電 圧	1	緊急用減速20Hz主母線電 圧	1	緊急用減速20Hz主母線電 圧	1	緊急用減速20Hz主母線電 圧
		使用済燃料プール温度 (SA)	1	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	使用済燃料プール内の高水位 記。放射線の遮蔽状況及び燃料 貯蔵槽の監視カメラの監視可 能。使用済燃料プールの監視可 能。	監視事項は抽 出バロメータ にて確認	
		使用済燃料プール水位・ 温度 (SA広域)	1	使用済燃料プール温度 (SA)	1	使用済燃料プール内の高水位 記。放射線の遮蔽状況及び燃料 貯蔵槽の監視カメラの監視可 能。使用済燃料プールの監視可 能。	監視事項は抽 出バロメータ にて確認	
		使用済燃料プール監視カ メラ	1	使用済燃料プール監視カメラ	1	使用済燃料プール内の高水位 記。放射線の遮蔽状況及び燃料 貯蔵槽の監視カメラの監視可 能。使用済燃料プールの監視可 能。	監視事項は抽 出バロメータ にて確認	
		緊急用M/C電圧	1	緊急用M/Cの電圧	1	緊急用M/Cの電圧	1	緊急用M/Cの電圧

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

・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 (廃炉ベース)「使用済燃料プール制御」AM設備別機作手順書	使用済燃料プールの除熱 (SA)	使用済燃料プール温度	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
	使用済燃料プールの監視	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
		使用済燃料プール監視カメラ	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	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ	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
	電源	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主母線電圧	1	1	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
	補機監視機能		緊急用排水系流量 (代替燃料プール冷却系熱交換器)	1	1	緊急用排水系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

・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 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									
		使用済燃料プール温度(SA)	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	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	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	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	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	監視事項は抽出パラメータにて確認
		緊急用M/C電圧	1	1	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主母線電圧	1	1	緊急用直流125V主母線電圧	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

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)	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)	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 a. (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		使用済燃料プール温度 (SA)	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	
非常時運転手順書 II (備録)「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	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	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にて確認	
		使用済燃料プール監視カメラ	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にて確認	
		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	1	1	使用済燃料プールの監視可にて確認	
電源		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	1	1	使用済燃料プールの監視可にて確認	
		緊急用直流125V主母線電圧	1	1	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	1	1	使用済燃料プールの監視可にて確認	
			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

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	SDO影響 区分1直電電圧 超過を 検出した場合 を延命した割合	計器名称	計器数	SDO影響 区分1直電電圧 超過を 検出した場合 を延命した割合	
1.12.1 発電所外への放射性物質の拡散抑制 a. 放射性物質拡散抑制に係る放射性物質の拡散抑制 b. 放射性物質拡散抑制に係る放射性物質の拡散抑制 c. 放射性物質拡散抑制に係る放射性物質の拡散抑制	項目	原子炉内圧力監視	2	1	0	①	0	ニリア放射線モニタの上限より代替監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉内圧力監視	2	1	0	①	0	ニリア放射線モニタの上限より代替監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉内圧力監視	2	2	2	①	2	原子炉内圧力監視モニタの上限より代替監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉内圧力監視	3	3	1	①	1	原子炉内圧力監視モニタの上限より代替監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉内圧力監視	2	2	1	①	1	原子炉内圧力監視モニタの上限より代替監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉内圧力監視	3	3	1	①	1	原子炉内圧力監視モニタの上限より代替監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉内圧力監視	2	2	1	①	1	原子炉内圧力監視モニタの上限より代替監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉内圧力監視	3	3	1	①	1	原子炉内圧力監視モニタの上限より代替監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉内圧力監視	2	2	1	①	1	原子炉内圧力監視モニタの上限より代替監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉内圧力監視	3	3	1	①	1	原子炉内圧力監視モニタの上限より代替監視可能 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

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	SDO影響 直後	計器名称	計器数	SDO影響 直後		
1.12.1 発電所外への放射性物質の拡散抑制 a. 放射性物質拡散抑制に係る放射性物質の拡散抑制 b. 放射性物質拡散抑制に係る放射性物質の拡散抑制 c. 放射性物質拡散抑制に係る放射性物質の拡散抑制	項目	使用済燃料プール水位・温度 (S.A.広域)	1	1	①	使用済燃料プール温度 (S.A)	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
		使用済燃料プール温度 (S.A)	1	1	①	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
		使用済燃料プール温度 (S.A)	1	1	①	使用済燃料プール温度 (S.A.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
		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
		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
		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

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	SDO影響 直後	計器名称	計器数	SDO影響 直後		
1.12.1 発電所外への放射性物質の拡散抑制 a. 放射性物質拡散抑制に係る放射性物質の拡散抑制 b. 放射性物質拡散抑制に係る放射性物質の拡散抑制 c. 放射性物質拡散抑制に係る放射性物質の拡散抑制	項目	燃料プール水位・温度 (S.A)	1	1	①	燃料プール水位・温度 (S.A)	1	1	燃料プール内の燃料集合体等の冷却状況、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、燃料プールの監視可能
		燃料プール水位・温度 (S.A)	1	0	①	燃料プール監視カメラ (S.A)	1	0	燃料プール内の燃料集合体等の冷却状況、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、燃料プールの監視可能
		燃料プール水位・温度 (S.A)	1	1	①	燃料プール監視カメラ (S.A)	1	0	燃料プール内の燃料集合体等の冷却状況、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、燃料プールの監視可能
		燃料プール監視カメラ (S.A)	1	0	①	燃料プール監視カメラ (S.A)	1	0	燃料プール内の燃料集合体等の冷却状況、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、燃料プールの監視可能
		燃料プール監視カメラ (S.A)	1	0	①	燃料プール監視カメラ (S.A)	1	0	燃料プール内の燃料集合体等の冷却状況、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、燃料プールの監視可能
		燃料プール監視カメラ (S.A)	1	0	①	燃料プール監視カメラ (S.A)	1	0	燃料プール内の燃料集合体等の冷却状況、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、燃料プールの監視可能
		燃料プール監視カメラ (S.A)	1	0	①	燃料プール監視カメラ (S.A)	1	0	燃料プール内の燃料集合体等の冷却状況、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、燃料プールの監視可能
		燃料プール監視カメラ (S.A)	1	0	①	燃料プール監視カメラ (S.A)	1	0	燃料プール内の燃料集合体等の冷却状況、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、燃料プールの監視可能
		燃料プール監視カメラ (S.A)	1	0	①	燃料プール監視カメラ (S.A)	1	0	燃料プール内の燃料集合体等の冷却状況、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、燃料プールの監視可能
		燃料プール監視カメラ (S.A)	1	0	①	燃料プール監視カメラ (S.A)	1	0	燃料プール内の燃料集合体等の冷却状況、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、燃料プールの監視可能

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	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	SBO影響	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			計器数	直後		
対応手段 多量なバード汚染手 上放射性物質拡散材料に よる機件への放射性物 質の拡散抑制)	原子炉圧 力降減 の注水量 2 3	高圧代替注水系統流量	1	1	1	①	①	復水貯槽水位 (SA)	3	1	1	水素である復水貯槽水位 (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		
		復水補給水系統流量 (四機 A 系代 替注水流量)	1	1	1	①	①	原子炉水位 (圧帯域) 原子炉水位 (燃料域)	3 2	1 1	1 1	水素である復水貯槽水位 (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		
		復水補給水系統流量 (四機 B 系代 替注水流量)	1	1	1	①	①	原子炉水位 (圧帯域) 原子炉水位 (燃料域)	3 2	1 1	1 1	水素である復水貯槽水位 (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		
		原子炉内圧力降減抑制時注水系統流量	1	1	0	①	①	復水貯槽水位 (SA) 原子炉水位 (圧帯域) 原子炉水位 (燃料域)	1 3 2	1 1 1	1 1 1	水素である復水貯槽水位 (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		
		抑制制御系注水系統流量	1	1	0	③	③	抑制制御系の運転状態 を監視するパラメータ	1	1	1	1	水素であるサブプレッショ ン・チェンハ ン・プール水 位の水 位変化より代替監視可能	
		復水補給水系統流量	3	3	1	①	①	原子炉水位 (圧帯域) 原子炉水位 (燃料域)	3 2	1 1	1 1	1 1	水素である復水貯槽水位 (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	
		高圧中心注水系統流量	2	2	0	①	①	復水貯槽水位 (SA) 原子炉水位 (圧帯域) 原子炉水位 (燃料域)	1 3 2	1 1 1	1 1 1	1 1	水素である復水貯槽水位 (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	

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	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	SBO影響	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			計器数	直後		
対応手段 重大事故等対 策要領	原子炉格 納容器へ の注水量 操作 (1 / 3)	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	代替注水貯槽水位	1	1	1	1	代替注水貯槽水位、西側代替注水設 備水位の水位変化より、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 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 (可搬ライ ン用)	1	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 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 下部注水流量	1	1	①	①	①	代替注水貯槽水位	1	1	1	1	代替注水貯槽水位、西側代替注水設 備水位の水位変化より、低圧代替注水 系統格納容器下部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	
		原子炉格 納容器内 の圧力	1	1	①	①	①	サブプレッショ ン・チェン ハ ン 圧力 ド ラ イ ウ エ ル 温 度 [ド ラ イ ウ エ ル 圧 力]	10 1 8 2	10 1 8 0	10 1 8 0	10 1 8 0	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 飽和温度/圧力の関係から、ド ラ イ ウ エ ル 温 度 により代替監視可能 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	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	SBO影響	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			計器数	直後		
対応手段 重大事故等対 策要領	原子炉格 納容器内 の圧力	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	代替注水貯槽水位	1	1	1	1	代替注水貯槽水位、西側代替注水設 備水位の水位変化より、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 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 (可搬ライ ン用)	1	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 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 下部注水流量	1	1	①	①	①	代替注水貯槽水位	1	1	1	1	代替注水貯槽水位、西側代替注水設 備水位の水位変化より、低圧代替注水 系統格納容器下部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	
		原子炉格 納容器内 の圧力	1	1	①	①	①	サブプレッショ ン・チェン ハ ン 圧力 ド ラ イ ウ エ ル 温 度 [ド ラ イ ウ エ ル 圧 力]	10 1 8 2	10 1 8 0	10 1 8 0	10 1 8 0	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 飽和温度/圧力の関係から、ド ラ イ ウ エ ル 温 度 により代替監視可能 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

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			評価				
			計器数	分組理由	分組	計器数	分組理由	分組	計器故障等	SBO			
1.12.1 炉心の著しい損傷及び原子炉機械的破損の発現時又は使用済燃料プール内燃料棒等の著しい損傷時の手順等 (注) 前掲項目は、原子炉内の放射性物質の拡散抑制を目的として実施される。原子炉内の放射性物質の拡散抑制を目的として実施される。原子炉内の放射性物質の拡散抑制を目的として実施される。	多量なベネクトリド対比液 【手順停止による炉心への放射性物質の拡散抑制】	原子炉内 炉心	2	1	0	①	0	0	2	0	0	エリア監視カメラの故障により監視不可 監視事項は主要なパラメータにて確認	
			2	1	0	①	0	0	2	0	0	エリア監視カメラの故障により監視不可 監視事項は主要なパラメータにて確認	
			2	2	2	①	0	0	0	3	3	1	原子炉内圧力監視カメラの故障により監視不可 監視事項は主要なパラメータにて確認
			2	2	2	①	0	0	0	3	3	1	原子炉内圧力監視カメラの故障により監視不可 監視事項は主要なパラメータにて確認
			2	2	2	①	0	0	0	3	3	1	原子炉内圧力監視カメラの故障により監視不可 監視事項は主要なパラメータにて確認
			2	2	2	①	0	0	0	3	3	1	原子炉内圧力監視カメラの故障により監視不可 監視事項は主要なパラメータにて確認
			2	2	2	①	0	0	0	3	3	1	原子炉内圧力監視カメラの故障により監視不可 監視事項は主要なパラメータにて確認
			2	2	2	①	0	0	0	3	3	1	原子炉内圧力監視カメラの故障により監視不可 監視事項は主要なパラメータにて確認
			2	2	2	①	0	0	0	3	3	1	原子炉内圧力監視カメラの故障により監視不可 監視事項は主要なパラメータにて確認
			2	2	2	①	0	0	0	3	3	1	原子炉内圧力監視カメラの故障により監視不可 監視事項は主要なパラメータにて確認
			2	2	2	①	0	0	0	3	3	1	原子炉内圧力監視カメラの故障により監視不可 監視事項は主要なパラメータにて確認
			2	2	2	①	0	0	0	3	3	1	原子炉内圧力監視カメラの故障により監視不可 監視事項は主要なパラメータにて確認
			2	2	2	①	0	0	0	3	3	1	原子炉内圧力監視カメラの故障により監視不可 監視事項は主要なパラメータにて確認
			2	2	2	①	0	0	0	3	3	1	原子炉内圧力監視カメラの故障により監視不可 監視事項は主要なパラメータにて確認
			2	2	2	①	0	0	0	3	3	1	原子炉内圧力監視カメラの故障により監視不可 監視事項は主要な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			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
			計器数	分組理由	分組	計器数	分組理由	分組	計器故障等	SBO	
重大事故等対策要領	使用済燃料プールの監視 (3 / 3)	使用済燃料プールの監視	1	1	①	1	1	1	1	1	使用済燃料プールの冷却状況、放射線の遮断状況及び境界の防止状況を確保することができ、使用済燃料プールの監視可能
			1	1	①	1	1	1	1	1	使用済燃料プールの冷却状況、放射線の遮断状況及び境界の防止状況を確保することができ、使用済燃料プールの監視可能
原子炉建屋周辺の放射線量率	原子炉建屋周辺の放射線量率	原子炉建屋周辺の放射線量率	4	4	③	0	0	0	0	0	屋外の放射線量率を確保するパラメータ
			0	0	0	0	0	0	0	0	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

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	対応手段	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	分組理由	分組	計器数	分組理由	分組	計器故障等	SBO			
1.12.1 炉心の著しい損傷及び原子炉機械的破損の発現時又は使用済燃料プール内燃料棒等の著しい損傷時の手順等 (注) 前掲項目は、原子炉内の放射性物質の拡散抑制を目的として実施される。原子炉内の放射性物質の拡散抑制を目的として実施される。原子炉内の放射性物質の拡散抑制を目的として実施される。	多量なベネクトリド対比液 【手順停止による炉心への放射性物質の拡散抑制】	原子炉内 炉心	2	1	0	①	0	0	2	0	0	エリア監視カメラの故障により監視不可 監視事項は主要なパラメータにて確認	
			2	1	0	①	0	0	2	0	0	エリア監視カメラの故障により監視不可 監視事項は主要なパラメータにて確認	
			2	2	2	①	0	0	0	3	3	1	原子炉内圧力監視カメラの故障により監視不可 監視事項は主要なパラメータにて確認
			2	2	2	①	0	0	0	3	3	1	原子炉内圧力監視カメラの故障により監視不可 監視事項は主要なパラメータにて確認
			2	2	2	①	0	0	0	3	3	1	原子炉内圧力監視カメラの故障により監視不可 監視事項は主要なパラメータにて確認
			2	2	2	①	0	0	0	3	3	1	原子炉内圧力監視カメラの故障により監視不可 監視事項は主要なパラメータにて確認
			2	2	2	①	0	0	0	3	3	1	原子炉内圧力監視カメラの故障により監視不可 監視事項は主要なパラメータにて確認
			2	2	2	①	0	0	0	3	3	1	原子炉内圧力監視カメラの故障により監視不可 監視事項は主要なパラメータにて確認
			2	2	2	①	0	0	0	3	3	1	原子炉内圧力監視カメラの故障により監視不可 監視事項は主要なパラメータにて確認
			2	2	2	①	0	0	0	3	3	1	原子炉内圧力監視カメラの故障により監視不可 監視事項は主要なパラメータにて確認
			2	2	2	①	0	0	0	3	3	1	原子炉内圧力監視カメラの故障により監視不可 監視事項は主要なパラメータにて確認
			2	2	2	①	0	0	0	3	3	1	原子炉内圧力監視カメラの故障により監視不可 監視事項は主要なパラメータにて確認
			2	2	2	①	0	0	0	3	3	1	原子炉内圧力監視カメラの故障により監視不可 監視事項は主要なパラメータにて確認
			2	2	2	①	0	0	0	3	3	1	原子炉内圧力監視カメラの故障により監視不可 監視事項は主要なパラメータにて確認
			2	2	2	①	0	0	0	3	3	1	原子炉内圧力監視カメラの故障により監視不可 監視事項は主要な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

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	計器名称		計器数 直後	計器名称		
多量なヘイズ状対応子 （汚染防止網による周 辺への放射性物質の拡 散抑制）	原子炉圧 力容器の 上水量 (2 / 2)	原子炉圧 力容器	1	高圧冷却水系統流量 (原子炉圧力)	①	-	原子炉圧力	原子炉圧力 (SA)	監視事項は主要バ ラメータにて確認
							原子炉圧力	原子炉圧力 (SA)	監視事項は主要バ ラメータにて確認
							原子炉圧力	原子炉圧力 (SA)	監視事項は主要バ ラメータにて確認
							原子炉圧力	原子炉圧力 (SA)	監視事項は主要バ ラメータにて確認
							原子炉圧力	原子炉圧力 (SA)	監視事項は主要バ ラメータにて確認
							原子炉圧力	原子炉圧力 (SA)	監視事項は主要バ ラメータにて確認
							原子炉圧力	原子炉圧力 (SA)	監視事項は主要バ ラメータにて確認
							原子炉圧力	原子炉圧力 (SA)	監視事項は主要バ ラメータにて確認
							原子炉圧力	原子炉圧力 (SA)	監視事項は主要バ ラメータにて確認
							原子炉圧力	原子炉圧力 (SA)	監視事項は主要バ ラメータにて確認
原子炉圧 力容器の 上水量 (2 / 2)	原子炉圧 力容器	1	高圧冷却水系統流量 (原子炉圧力)	①	-	原子炉圧力	原子炉圧力 (SA)	監視事項は主要バ ラメータにて確認	
						原子炉圧力	原子炉圧力 (SA)	監視事項は主要バ ラメータにて確認	
						原子炉圧力	原子炉圧力 (SA)	監視事項は主要バ ラメータにて確認	
						原子炉圧力	原子炉圧力 (SA)	監視事項は主要バ ラメータにて確認	
						原子炉圧力	原子炉圧力 (SA)	監視事項は主要バ ラメータにて確認	
						原子炉圧力	原子炉圧力 (SA)	監視事項は主要バ ラメータにて確認	
						原子炉圧力	原子炉圧力 (SA)	監視事項は主要バ ラメータにて確認	
						原子炉圧力	原子炉圧力 (SA)	監視事項は主要バ ラメータにて確認	
						原子炉圧力	原子炉圧力 (SA)	監視事項は主要バ ラメータにて確認	
						原子炉圧力	原子炉圧力 (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

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	計器名称		計器数 直後	計器名称		
L12.2.1 中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の燃料体等の著しい損傷時の手順等 (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	原子炉圧 力容器の 上水量 (1 / 6)	原子炉圧 力容器	2	格納容器内 の放射線 モニタ (D/W)	①	-	格納容器内放射線モニタ (S/C)	格納容器内放射線モニタ (S/C)	監視事項は主要バ ラメータにて確認
							格納容器内放射線モニタ (D/W)	格納容器内放射線モニタ (D/W)	監視事項は主要バ ラメータにて確認
							原子炉圧力	原子炉圧力 (SA)	監視事項は主要バ ラメータにて確認
							原子炉圧力	原子炉圧力 (SA)	監視事項は主要バ ラメータにて確認
							原子炉圧力	原子炉圧力 (SA)	監視事項は主要バ ラメータにて確認
							原子炉圧力	原子炉圧力 (SA)	監視事項は主要バ ラメータにて確認
							原子炉圧力	原子炉圧力 (SA)	監視事項は主要バ ラメータにて確認
							原子炉圧力	原子炉圧力 (SA)	監視事項は主要バ ラメータにて確認
							原子炉圧力	原子炉圧力 (SA)	監視事項は主要バ ラメータにて確認
							原子炉圧力	原子炉圧力 (SA)	監視事項は主要バ ラメータにて確認
原子炉圧 力容器の 上水量 (1 / 6)	原子炉圧 力容器	2	格納容器内 の放射線 モニタ (S/C)	①	-	格納容器内放射線モニタ (S/C)	格納容器内放射線モニタ (S/C)	監視事項は主要バ ラメータにて確認	
						格納容器内放射線モニタ (D/W)	格納容器内放射線モニタ (D/W)	監視事項は主要バ ラメータにて確認	
						原子炉圧力	原子炉圧力 (SA)	監視事項は主要バ ラメータにて確認	
						原子炉圧力	原子炉圧力 (SA)	監視事項は主要バ ラメータにて確認	
						原子炉圧力	原子炉圧力 (SA)	監視事項は主要バ ラメータにて確認	
						原子炉圧力	原子炉圧力 (SA)	監視事項は主要バ ラメータにて確認	
						原子炉圧力	原子炉圧力 (SA)	監視事項は主要バ ラメータにて確認	
						原子炉圧力	原子炉圧力 (SA)	監視事項は主要バ ラメータにて確認	
						原子炉圧力	原子炉圧力 (SA)	監視事項は主要バ ラメータにて確認	
						原子炉圧力	原子炉圧力 (SA)	監視事項は主要バ ラメータにて確認	

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

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	計器名称		計器数 直後	計器名称	
原子炉圧 力容器の 上水量 (4 / 4)	燃料プールの 放射線	1	燃料プール水位低警報	①	-	燃料プール水位・温度 (S A)	燃料プール水位・温度 (S A)	監視事項は主要バ ラメータにて確認
						燃料プール水位・温度 (S A)	燃料プール水位・温度 (S A)	監視事項は主要バ ラメータにて確認
						燃料プール水位・温度 (S A)	燃料プール水位・温度 (S A)	監視事項は主要バ ラメータにて確認
						燃料プール水位・温度 (S A)	燃料プール水位・温度 (S A)	監視事項は主要バ ラメータにて確認
						燃料プール水位・温度 (S A)	燃料プール水位・温度 (S A)	監視事項は主要バ ラメータにて確認
						燃料プール水位・温度 (S A)	燃料プール水位・温度 (S A)	監視事項は主要バ ラメータにて確認
						燃料プール水位・温度 (S A)	燃料プール水位・温度 (S A)	監視事項は主要バ ラメータにて確認
						燃料プール水位・温度 (S A)	燃料プール水位・温度 (S A)	監視事項は主要バ ラメータにて確認
						燃料プール水位・温度 (S A)	燃料プール水位・温度 (S A)	監視事項は主要バ ラメータにて確認
						燃料プール水位・温度 (S A)	燃料プール水位・温度 (S A)	監視事項は主要バ 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
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	直後			計器数	直後	計器数	直後			計器数
多量なハザード対応手順 (内務防犯隊による海洋への放射性物質の拡散抑制)	燃料プール水位低 警報	使用済燃料貯蔵プールの監視	燃料プール水位低 警報	2	2	1	0	-	-	1	1	1	1	使用済燃料プールの燃料体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料体の燃焼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	監視事項は主要バ 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	1	1	1	使用済燃料貯蔵プールの燃料体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料体の燃焼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	監視事項は主要バ 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	1	1	①	-	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プールの燃料体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料体の燃焼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	監視事項は主要バ 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	1	1	①	-	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プールの燃料体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料体の燃焼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	監視事項は主要バ 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	1	1	①	-	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プールの燃料体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料体の燃焼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	監視事項は主要バ 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	直後			計器数	直後	計器数	直後				
判断基準 (2 / 6)	原子炉圧力 力容器内 の水位	原子炉水位 (SA広帯域)	1	1	1	1	①	-	-	2	2	2	2	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	-	-	2	2	2	2	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
重大事故等対 策要領	原子炉圧力 力容器内 の水位	原子炉水位 (SA広帯域)	1	1	1	1	①	-	-	2	2	2	2	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	-	-	2	2	2	2	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広帯域)	1	1	1	1	①	-	-	2	2	2	2	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	-	-	2	2	2	2	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広帯域)	1	1	1	1	①	-	-	2	2	2	2	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	-	-	2	2	2	2	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広帯域)	1	1	1	1	①	-	-	2	2	2	2	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	-	-	2	2	2	2	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広帯域)	1	1	1	1	①	-	-	2	2	2	2	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	-	-	2	2	2	2	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広帯域)	1	1	1	1	①	-	-	2	2	2	2	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		

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	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	直後			計器数	直後	計器数	直後				
重大事故等対 策要領	原子炉圧力 力容器内 の水位	原子炉水位 (SA広帯域)	1	1	1	1	①	-	-	2	2	2	2	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	-	-	2	2	2	2	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広帯域)	1	1	1	1	①	-	-	2	2	2	2	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	-	-	2	2	2	2	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広帯域)	1	1	1	1	①	-	-	2	2	2	2	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	-	-	2	2	2	2	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広帯域)	1	1	1	1	①	-	-	2	2	2	2	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	-	-	2	2	2	2	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広帯域)	1	1	1	1	①	-	-	2	2	2	2	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	-	-	2	2	2	2	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広帯域)	1	1	1	1	①	-	-	2	2	2	2	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		

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

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの種類	抽出パラメータの分類	抽出パラメータの種類	抽出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 直後				計器名称	計器数	
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. 化学消防自動車機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」	-	-	-	-	-	-	-	-	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	
1.12.2.3 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応答 a. 大容積注水車(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液による航空機燃料火災への応答 多様なハザード対応手順 「航空機燃料火災への応答」	-	-	-	-	-	-	-	-	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	

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
 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	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの種類	抽出パラメータの分類	抽出パラメータの種類	抽出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 直後				計器名称	計器数		
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	高圧代替注水系統流量	1	1	1	①	-	サブレーション・プール水位 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)	1 2 2 1 1	1 1 1 1 1	計器故障等 サブレーション・プール水位の水位変化より、高圧代替注水系統流量の代替監視可能 崩壊熱除去に必要な注水量と原子炉水位の変化より、高圧代替注水系統流量の代替監視可能 常設高圧代替注水系統ポンプの吐出圧力 代替注水貯槽水位 西側注水貯槽水位 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)	SBO 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量(常設ライン用) 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(常設ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水量(可搬ライン用)	1 1 1 1	1 1 1 1	1 1 1 1	① ① ① ①	-	西側注水貯槽水位 代替注水貯槽水位 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域)	1 1 2 2	1 1 1 1	計器故障等 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

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの種類	抽出パラメータの分類	抽出パラメータの種類	抽出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 直後				計器名称	計器数		
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	高圧代替注水系統流量	1	1	1	①	-	サブレーション・プール水位 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)	1 2 2 1 1	1 1 1 1 1	計器故障等 サブレーション・プール水位の水位変化より、高圧代替注水系統流量の代替監視可能 崩壊熱除去に必要な注水量と原子炉水位の変化より、高圧代替注水系統流量の代替監視可能 常設高圧代替注水系統ポンプの吐出圧力 代替注水貯槽水位 西側注水貯槽水位 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)	SBO 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量(常設ライン用) 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(常設ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水量(可搬ライン用)	1 1 1 1	1 1 1 1	1 1 1 1	① ① ① ①	-	西側注水貯槽水位 代替注水貯槽水位 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域)	1 1 2 2	1 1 1 1	計器故障等 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

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			
重大事故等対策要領	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	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、代替循環冷却系原子炉注水量の代替監視可能	
		原子炉圧力容器への注水量	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)	2 2 1 1	2 2 1 1	1 1 1 1	前線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
重大事故等対策要領	原子炉圧力容器への注水量	原子炉圧力容器への注水量	1	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	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より、原子炉隔離時冷却系流量の代替監視可能
重大事故等対策要領	原子炉圧力容器への注水量	原子炉隔離時冷却系流量	1	1	①	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (SA広帯域) 原子炉水位 (SA燃料域)	2 2 1	2 2 1	1 1 1	前線熱除去に必要な注水量と原子炉水位の変化より、原子炉隔離時冷却系流量の代替監視可能
		原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力	1	1	①	原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力	1	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	補助パラメータ	補助パラメータ	補助パラメータ	計器数	直後	評価	
										計器名称	計器数
重大事故等対策要領	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	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より、代替循環冷却系原子炉注水量の代替監視可能	
		原子炉圧力容器への注水量	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)	2 2 1 1	2 2 1 1	2 2 1 1	1 1 1 1	前線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
重大事故等対策要領	原子炉圧力容器への注水量	原子炉圧力容器への注水量	1	1	①	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	
		原子炉圧力容器への注水量	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・プール水位の水位変化より、原子炉隔離時冷却系流量の代替監視可能
重大事故等対策要領	原子炉圧力容器への注水量	原子炉隔離時冷却系流量	1	1	①	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (SA広帯域) 原子炉水位 (SA燃料域)	2 2 1	2 2 1	2 2 1	1 1 1	前線熱除去に必要な注水量と原子炉水位の変化より、原子炉隔離時冷却系流量の代替監視可能
		原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力	1	1	①	原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力	1	1	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

・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	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	SBO
			計器数	直後	計器数	直後		
対応手段 重大事故等 重要項目	原子炉圧 力容器へ の注水量 (5 / 9)	高圧炉心スプレイス系統 流量	1	0	サブプレッシャ・プール 水位	1	サブプレッシャ・プール水位の水位変 化より、高圧炉心スプレイス系統流量 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 1	放射線除去に必要な注水量と原子炉水 位の変化より、高圧炉心スプレイス系 統流量の代替監視可能	
原子炉圧 力容器へ の注水量 (5 / 9)	高圧炉心スプレイス系統 流量	残留熱除去系統流量	3	0	高圧炉心スプレイス系ポン プ吐出圧力	1	高圧炉心スプレイス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
			3	0	サブプレッシャ・プール 水位 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)	1 2 2 1 1	放射線除去に必要な注水量と原子炉水 位の変化より、残留熱除去系統流量 の代替監視可能	
原子炉圧 力容器へ の注水量 (5 / 9)	低圧炉心スプレイス系統 流量	残留熱除去系ポンプ吐出 圧力	1	0	残留熱除去系ポンプ吐出 圧力	3	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	監視事項は油 出パラメータ にて確認
			1	0	サブプレッシャ・プール 水位 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)	1 2 2 1 1	放射線除去に必要な注水量と原子炉水 位の変化より、低圧炉心スプレイス系 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	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	SBO
			計器数	直後	計器数	直後		
対応手段 原子力災害対策マニュアル に基づき、放射性物質の拡散 抑制	燃料プールの 監視	燃料プール水位・温度 (S A)	1	1	燃料プール水位 (SA)	1	燃料プール内の燃料集合体等の冷却状況、放射線の濃 度を確認することにより、燃料プールの監視可能	監視事項は主要ハ ラメータにて確認
			1	1	燃料プール水位・温度 (S A) 燃料プールの放射線モニ タ (高レンジ・低レン ダ) (SA)	1 1	燃料プールの放射線モニタ (高レンジ・低レン ダ) (SA)にて監視可能	
原子力災害対策マニュアル に基づき、放射性物質の拡散 抑制	燃料プールの 監視	燃料プール水位 (SA)	1	0	燃料プール水位 (SA)	1	燃料プールの放射線モニタ (高レンジ・低レン ダ) (SA)にて監視可能	監視事項は主要ハ ラメータにて確認
			1	0	燃料プールの放射線モニ タ (高レンジ・低レン ダ) (SA)	1	燃料プールの放射線モニタ (高レンジ・低レン ダ) (SA)にて監視可能	
原子力災害対策マニュアル に基づき、放射性物質の拡散 抑制	燃料プールの 監視	燃料プールの放射線モニ タ (高レンジ・低レン ダ) (SA)	1	0	燃料プールの放射線モニ タ (高レンジ・低レン ダ) (SA)	1	燃料プールの放射線モニタ (高レンジ・低レン ダ) (SA)にて監視可能	監視事項は主要ハ ラメータにて確認
			1	0	燃料プールの放射線モニ タ (高レンジ・低レン ダ) (SA)	1	燃料プールの放射線モニタ (高レンジ・低レン ダ) (SA)にて監視可能	

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	SDI	
		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	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	SDI		
		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	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)	2	2	2	使用済燃料プール温度 (SA)	2	2	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)	2	2	2	使用済燃料プール水位・ 温度 (SA広域)	2	2	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)	2	2	2	使用済燃料プール温度 (SA)	2	2	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	2	2	2	使用済燃料プール監視カ メラ	2	2	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	2	2	2	使用済燃料プール監視カ メラ	2	2	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	2	2	2	使用済燃料プール監視カ メラ	2	2	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	2	2	2	使用済燃料プール監視カ メラ	2	2	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	2	2	2	使用済燃料プール監視カ メラ	2	2	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	2	2	2	使用済燃料プール監視カ メラ	2	2	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	2	2	2	使用済燃料プール監視カ メラ	2	2	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	2	2	2	使用済燃料プール監視カ メラ	2	2	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	2	2	2	使用済燃料プール監視カ メラ	2	2	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	2	2	2	使用済燃料プール監視カ メラ	2	2	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	2	2	2	使用済燃料プール監視カ メラ	2	2	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	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	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	
1.12.2.1 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 判断基準 (1) / ⑤	原子炉圧力容器内の放射性物質の拡散抑制	格納容器内放射線モニタ (S/C)	2	2	2	①	格納容器内放射線モニタ (S/C)	2	2	2	直接的に格納容器内放射線モニタを計測することができ、監視可能にて確認
			格納容器内放射線モニタ (D/W)	2	2	2	①	格納容器内放射線モニタ (D/W)	2	2	2	直接的に格納容器内放射線モニタを計測することができ、監視可能にて確認
			原子炉圧力容器内温度	4	4	4	①	原子炉圧力容器内温度	1	1	1	原子炉圧力容器内温度が原子炉圧力容器内の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
			残留熱除去系入口温度	2	0	0	0	残留熱除去系入口温度	1	1	1	残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系入口温度より原子炉圧力容器温度の代替監視可能

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	項目	分類	計器名称	計器数	直後	SBO影響 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 分類理由	評価			
									計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後
原子炉圧力容器内放射線モニタ (S/C) の計測値が規定値を超過した場合の放射性物質の拡散抑制 原子炉圧力容器内放射線モニタ (D/W) の計測値が規定値を超過した場合の放射性物質の拡散抑制 原子炉圧力容器内温度の計測値が規定値を超過した場合の放射性物質の拡散抑制 残留熱除去系入口温度の計測値が規定値を超過した場合の放射性物質の拡散抑制	原子炉圧力容器内放射線モニタ (S/C)	①	格納容器内放射線モニタ (S/C)	2	2	2	①	格納容器内放射線モニタ (S/C)	2	2	2	直接的に格納容器内放射線モニタを計測することができ、監視可能にて確認
	原子炉圧力容器内放射線モニタ (D/W)	①	格納容器内放射線モニタ (D/W)	2	2	2	①	格納容器内放射線モニタ (D/W)	2	2	2	直接的に格納容器内放射線モニタを計測することができ、監視可能にて確認
	原子炉圧力容器内温度	①	原子炉圧力容器内温度	1	1	1		原子炉圧力容器内温度	1	1	1	原子炉圧力容器内温度が原子炉圧力容器内の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
	残留熱除去系入口温度	①	残留熱除去系入口温度	1	0	0	0	残留熱除去系入口温度	1	1	1	残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系入口温度より原子炉圧力容器温度の代替監視可能
	原子炉圧力容器内放射線モニタ (S/C)	①	原子炉圧力容器内放射線モニタ (S/C)	2	2	2	①	原子炉圧力容器内放射線モニタ (S/C)	2	2	2	直接的に格納容器内放射線モニタを計測することができ、監視可能にて確認
	原子炉圧力容器内放射線モニタ (D/W)	①	原子炉圧力容器内放射線モニタ (D/W)	2	2	2	①	原子炉圧力容器内放射線モニタ (D/W)	2	2	2	直接的に格納容器内放射線モニタを計測することができ、監視可能にて確認
	原子炉圧力容器内温度	①	原子炉圧力容器内温度	1	1	1		原子炉圧力容器内温度	1	1	1	原子炉圧力容器内温度が原子炉圧力容器内の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
	残留熱除去系入口温度	①	残留熱除去系入口温度	1	0	0	0	残留熱除去系入口温度	1	1	1	残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系入口温度より原子炉圧力容器温度の代替監視可能
	原子炉圧力容器内放射線モニタ (S/C)	①	原子炉圧力容器内放射線モニタ (S/C)	2	2	2	①	原子炉圧力容器内放射線モニタ (S/C)	2	2	2	直接的に格納容器内放射線モニタを計測することができ、監視可能にて確認
	原子炉圧力容器内放射線モニタ (D/W)	①	原子炉圧力容器内放射線モニタ (D/W)	2	2	2	①	原子炉圧力容器内放射線モニタ (D/W)	2	2	2	直接的に格納容器内放射線モニタを計測することができ、監視可能にて確認
	原子炉圧力容器内温度	①	原子炉圧力容器内温度	1	1	1		原子炉圧力容器内温度	1	1	1	原子炉圧力容器内温度が原子炉圧力容器内の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
	残留熱除去系入口温度	①	残留熱除去系入口温度	1	0	0	0	残留熱除去系入口温度	1	1	1	残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系入口温度より原子炉圧力容器温度の代替監視可能
	原子炉圧力容器内放射線モニタ (S/C)	①	原子炉圧力容器内放射線モニタ (S/C)	2	2	2	①	原子炉圧力容器内放射線モニタ (S/C)	2	2	2	直接的に格納容器内放射線モニタを計測することができ、監視可能にて確認
	原子炉圧力容器内放射線モニタ (D/W)	①	原子炉圧力容器内放射線モニタ (D/W)	2	2	2	①	原子炉圧力容器内放射線モニタ (D/W)	2	2	2	直接的に格納容器内放射線モニタを計測することができ、監視可能にて確認
原子炉圧力容器内温度	①	原子炉圧力容器内温度	1	1	1		原子炉圧力容器内温度	1	1	1	原子炉圧力容器内温度が原子炉圧力容器内の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		補助パラメータ	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	評価					
		計器数	直後	直後	負荷切り離し後						計器故障等	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	① 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	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認						
															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	
															高圧代替注水系統経流量	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	
															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 (可搬ライン用)	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	
															代替循環冷却系原子炉注水流量	2	2	2	
															原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	1	
高圧炉心スプレイ系統流量	1	0	0																
蒸留熱除去系統経流量	3	0	0																
低圧炉心スプレイ系統流量	1	0	0																
原子炉圧力	2	2	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力 (S.A.) 及びサブレンジオン・チェン	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力 (S.A.) 及びサブレンジオン・チェンから原子炉圧力容器の満水を推定可能	2	2									
原子炉圧力	1	1	1	1	原子炉圧力	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

1.12 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	負荷切り離し後	抽出パラメータ	補助パラメータ	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	評価					
											計器数	直後			負荷切り離し後	計器故障等	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	2	2	1	原子炉水位 (S.A.広帯域)	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	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認							
															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	
															高圧代替注水系統経流量	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	
															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 (可搬ライン用)	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	
															代替循環冷却系原子炉注水流量	2	2	2	
															原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	1	
高圧炉心スプレイ系統流量	1	0	0																
蒸留熱除去系統経流量	3	0	0																
低圧炉心スプレイ系統流量	1	0	0																
原子炉圧力	2	2	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力 (S.A.) 及びサブレンジオン・チェン	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力 (S.A.) 及びサブレンジオン・チェンから原子炉圧力容器の満水を推定可能	2	2									
原子炉圧力	1	1	1	1	原子炉圧力	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	抽出バラムメータを計測する計器		バラムメータ		抽出バラムメータ		抽出バラムメータの代替バラムメータを計測する計器		計測		SBO
		計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	分組	分組理由	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	
対応手段 重大事故等対 処要項	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (S A 広帯 域)	1	1				原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	
		原子炉水位 (S A 燃料 槽)	1	1				原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料槽用) 原子炉水位 (燃料槽用) 原子炉水位 (燃料槽用) 原子炉水位 (燃料槽用)	2	2	1	
		原子炉圧力 容器内 の水位	1	1	① ②	-	原子炉圧力 容器内 の水位	2	2	2	2	
		原子炉圧力 容器内 の注水量	1	1	①	-	原子炉圧力 容器内 の注水量	2	2	1	1	

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

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	抽出バラムメータを計測する計器		バラムメータ		抽出バラムメータ		抽出バラムメータの代替バラムメータを計測する計器		計測		SBO
		計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	分組	分組理由	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	
対応手段 重大事故等対 処要項	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (S A 広帯 域)	1	1				原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	
		原子炉水位 (S A 燃料 槽)	1	1				原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料槽用) 原子炉水位 (燃料槽用) 原子炉水位 (燃料槽用)	2	2	1	
		原子炉圧力 容器内 の水位	1	1	① ②	-	原子炉圧力 容器内 の水位	2	2	2	2	
		原子炉圧力 容器内 の注水量	1	1	①	-	原子炉圧力 容器内 の注水量	2	2	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(常設ライン兼用)	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(可搬ライン兼用)	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	原子炉水位(広帯域)	2	2	2	2	原子炉水位(燃料域)	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
			原子炉水位(SA広帯域)	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、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	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	バロメータ		計器名称	計器数	バロメータ			
				直後	負荷切り直し後			補助バロメータ	補助バロメータ		
対応手段 重大事故等 重要事項	原子炉圧 の低減	原子炉圧 の低減	1	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 水位変化により、原子炉内 の圧力上昇を抑制し、原子炉 の過熱防止を図る。監視事項は抽 出バロメータにて確認
								原子炉圧	2	2	原子炉圧の低下により、原子炉内 の過熱防止を図る。監視事項は抽 出バロメータにて確認
								原子炉圧	1	1	原子炉圧の低下により、原子炉内 の過熱防止を図る。監視事項は抽 出バロメータにて確認
								原子炉圧	1	1	原子炉圧の低下により、原子炉内 の過熱防止を図る。監視事項は抽 出バロメータにて確認
								原子炉圧	1	1	原子炉圧の低下により、原子炉内 の過熱防止を図る。監視事項は抽 出バロメータにて確認
								原子炉圧	1	1	原子炉圧の低下により、原子炉内 の過熱防止を図る。監視事項は抽 出バロメータにて確認
								原子炉圧	1	1	原子炉圧の低下により、原子炉内 の過熱防止を図る。監視事項は抽 出バロメータにて確認
								原子炉圧	1	1	原子炉圧の低下により、原子炉内 の過熱防止を図る。監視事項は抽 出バロメータにて確認
								原子炉圧	1	1	原子炉圧の低下により、原子炉内 の過熱防止を図る。監視事項は抽 出バロメータにて確認
								原子炉圧	1	1	原子炉圧の低下により、原子炉内 の過熱防止を図る。監視事項は抽 出バロメータにて確認
原子炉圧 の低減	原子炉圧 の低減	1	0	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 水位変化により、原子炉内 の圧力上昇を抑制し、原子炉 の過熱防止を図る。監視事項は抽 出バロメータにて確認	
							原子炉圧	2	2	原子炉圧の低下により、原子炉内 の過熱防止を図る。監視事項は抽 出バロメータにて確認	
							原子炉圧	1	1	原子炉圧の低下により、原子炉内 の過熱防止を図る。監視事項は抽 出バロメータにて確認	
							原子炉圧	1	1	原子炉圧の低下により、原子炉内 の過熱防止を図る。監視事項は抽 出バロメータにて確認	
							原子炉圧	1	1	原子炉圧の低下により、原子炉内 の過熱防止を図る。監視事項は抽 出バロメータにて確認	
							原子炉圧	1	1	原子炉圧の低下により、原子炉内 の過熱防止を図る。監視事項は抽 出バロメータにて確認	
							原子炉圧	1	1	原子炉圧の低下により、原子炉内 の過熱防止を図る。監視事項は抽 出バロメータにて確認	
							原子炉圧	1	1	原子炉圧の低下により、原子炉内 の過熱防止を図る。監視事項は抽 出バロメータにて確認	
							原子炉圧	1	1	原子炉圧の低下により、原子炉内 の過熱防止を図る。監視事項は抽 出バロメータにて確認	
							原子炉圧	1	1	原子炉圧の低下により、原子炉内 の過熱防止を図る。監視事項は抽 出バロメータにて確認	
残留熱除去系系統 の低減	残留熱除去系系統 の低減	3	0	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 水位変化により、原子炉内 の圧力上昇を抑制し、原子炉 の過熱防止を図る。監視事項は抽 出バロメータにて確認	
							原子炉圧	2	2	原子炉圧の低下により、原子炉内 の過熱防止を図る。監視事項は抽 出バロメータにて確認	
							原子炉圧	1	1	原子炉圧の低下により、原子炉内 の過熱防止を図る。監視事項は抽 出バロメータにて確認	
							原子炉圧	1	1	原子炉圧の低下により、原子炉内 の過熱防止を図る。監視事項は抽 出バロメータにて確認	
							原子炉圧	1	1	原子炉圧の低下により、原子炉内 の過熱防止を図る。監視事項は抽 出バロメータにて確認	
							原子炉圧	1	1	原子炉圧の低下により、原子炉内 の過熱防止を図る。監視事項は抽 出バロメータにて確認	
							原子炉圧	1	1	原子炉圧の低下により、原子炉内 の過熱防止を図る。監視事項は抽 出バロメータにて確認	
							原子炉圧	1	1	原子炉圧の低下により、原子炉内 の過熱防止を図る。監視事項は抽 出バロメータにて確認	
							原子炉圧	1	1	原子炉圧の低下により、原子炉内 の過熱防止を図る。監視事項は抽 出バロメータにて確認	
							原子炉圧	1	1	原子炉圧の低下により、原子炉内 の過熱防止を図る。監視事項は抽 出バロメータにて確認	
低圧炉心スプレイ系系統 の低減	低圧炉心スプレイ系系統 の低減	1	0	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 水位変化により、原子炉内 の圧力上昇を抑制し、原子炉 の過熱防止を図る。監視事項は抽 出バロメータにて確認	
							原子炉圧	2	2	原子炉圧の低下により、原子炉内 の過熱防止を図る。監視事項は抽 出バロメータにて確認	
							原子炉圧	1	1	原子炉圧の低下により、原子炉内 の過熱防止を図る。監視事項は抽 出バロメータにて確認	
							原子炉圧	1	1	原子炉圧の低下により、原子炉内 の過熱防止を図る。監視事項は抽 出バロメータにて確認	
							原子炉圧	1	1	原子炉圧の低下により、原子炉内 の過熱防止を図る。監視事項は抽 出バロメータにて確認	
							原子炉圧	1	1	原子炉圧の低下により、原子炉内 の過熱防止を図る。監視事項は抽 出バロメータにて確認	
							原子炉圧	1	1	原子炉圧の低下により、原子炉内 の過熱防止を図る。監視事項は抽 出バロメータにて確認	
							原子炉圧	1	1	原子炉圧の低下により、原子炉内 の過熱防止を図る。監視事項は抽 出バロメータにて確認	
							原子炉圧	1	1	原子炉圧の低下により、原子炉内 の過熱防止を図る。監視事項は抽 出バロメータにて確認	
							原子炉圧	1	1	原子炉圧の低下により、原子炉内 の過熱防止を図る。監視事項は抽 出バロメータにて確認	

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				
												監視	監視可能		
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	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	
		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	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	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
		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	-	使用済燃料プール監視カメラ (SA広域)	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	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
		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	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	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
		-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-

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

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	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
1.12.2.1 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	原子炉格納容器内の放射線量率	格納容器常置空気放射線モニタ (D/W)	2	2	2	①	-	格納容器常置空気放射線モニタ (S/C)	2	2	2	直接的に格納容器内常置空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
	判断基準 (1) (2)	原子炉圧力容器内の温度	格納容器常置空気放射線モニタ (S/C)	2	2	2	①	-	格納容器常置空気放射線モニタ (D/W)	2	2	2	直接的に格納容器内常置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								原子炉圧力 (S/A)	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
原子炉圧力容器温度			4	4	4	①	-	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 1	2 2 1 1	2 2 1 1	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
原子炉圧力容器温度								残留熱除去系熱交換器入口温度	2	0	0	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	

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			
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	1	1	原子炉水位 (SA広帯 域)	1	1	最終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		
							原子炉水位 (SA燃料 域)	1	1			
							高圧代替注水系統流量	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 (可搬ライン使 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 (可搬ライン使 用)	1	1			
							代替補給ろ過系原子炉注 水流量	2	2		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流量よ り原子炉水位の代替監視可能	
							原子炉隔離時冷却系統 流量	1	1			
							高圧炉心スプレイ系統	1	0			
							残留熱除去系統流量	3	0			
							低圧炉心スプレイ系統 流量	1	0			
							原子炉圧力	2	2		1	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及び サブレンジオン・チェン から原子炉圧力容器の調水を推定可能
							原子炉圧力 (SA)	2	2		2	
サブレンジオン・チェン 圧力	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 水量(常設ライン用)	1	1	1	①	-	代替淡水貯槽水位	1	1	1	代替淡水貯槽水位、西側淡水貯槽備 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		西側淡水貯槽水位	1	1	1	代替淡水貯槽水位、西側淡水貯槽備 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	
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(燃料域)	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 注水量の代替監視可能	
		代替循環冷却系原子炉注 水量	2	2	2	①	-	原子炉水位(SA広帯 域)	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	原子炉隔離時冷却系統流量	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	
			①	0	原子炉水位 (燃料域)	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、原子炉隔離時冷却系統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	高圧炉心スプレイ系統流量	1	0	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、高圧炉心スプレイ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	
			①	0	原子炉水位 (燃料域)	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、高圧炉心スプレイ系統流量の代替監視可能		
			1	0	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	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		

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
							原子炉水位 (広帯域)	2	2	抽出熱除去に必要な注水量と原子炉水 位の変化より、低圧炉心スプレイ系系 統流量の代替監視可能
							原子炉水位 (燃料域)	2	2	抽出熱除去に必要な注水量と原子炉水 位の変化より、低圧炉心スプレイ系系 統流量の代替監視可能
							原子炉水位 (SA広帯 域)	1	1	抽出熱除去に必要な注水量と原子炉水 位の変化より、低圧炉心スプレイ系系 統流量の代替監視可能
							原子炉水位 (SA燃料 域)	1	1	抽出熱除去に必要な注水量と原子炉水 位の変化より、低圧炉心スプレイ系系 統流量の代替監視可能
							低圧炉心スプレイ系ポン プ吐出圧力	1	0	低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

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		
重大事故等対応要項	放射生物質の拡散抑制	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漏洩の防止状況を確実に出パラメータにて確認可能	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	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漏洩の防止状況を確実に出パラメータにて確認可能	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 ②	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漏洩の防止状況を確実に出パラメータにて確認可能	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	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び漏洩の防止状況を確実に出パラメータにて確認可能	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

・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	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	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
判断 基準 種	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
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

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		抽出パラメータを計測する計器		計器名称	計器数	SBO 影響		評価
		計器数	計器名称	計器数	計器名称			直後	負荷切り離し後	
1.13.2.2 水廊へ水を供給するための対応手順 (1) 復水貯留槽へ水を供給するための対応手順 (2) 復水貯留槽へ水を供給するための対応手順 (3) 復水貯留槽へ水を供給するための対応手順 (4) 復水貯留槽へ水を供給するための対応手順	事故時運転操作手順書 (復水貯留槽)	1	1	0	0	高圧代替注水系統流量 (R/A 系代)	1	1	1	復水貯留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復水貯留槽水位の代替流量可 能 監視事項は注水パ ラメータにて確認
						高圧代替注水系統流量 (R/B 系代)	1	1	1	
						高圧代替注水系統流量 (R/C 系代)	1	1	1	
						高圧代替注水系統流量 (R/D 系代)	1	1	1	
多様なオペレーター対応手 順 「防砂網による CSP へ の供給 (淡水・海水)」	水源の確保 監視	1	1	0	0	高圧代替注水系統流量 (R/A 系代)	1	1	1	注水先の変更により、復水貯留槽水位 の代替流量可能 復水貯留槽水位により、復水貯留槽水位 が確保されていることを監視可能
						高圧代替注水系統流量 (R/B 系代)	1	1	1	
						高圧代替注水系統流量 (R/C 系代)	1	1	1	
						高圧代替注水系統流量 (R/D 系代)	1	1	1	
AM設備別操 作手順書 重大事故等対 策要領	操作 (1 / 3)	1	1	0	0	高圧代替注水系統流量 (R/A 系代)	1	1	1	監視事項は注水パ ラメータにて確認
						高圧代替注水系統流量 (R/B 系代)	1	1	1	
						高圧代替注水系統流量 (R/C 系代)	1	1	1	
						高圧代替注水系統流量 (R/D 系代)	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		抽出パラメータを計測する計器		計器名称	計器数	SBO 影響		評価
		計器数	計器名称	計器数	計器名称			直後	負荷切り離し後	
非常時運転手 順書 II (最終 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	3	3	0	0	原子炉水位 (狭帯域)	3	3	3	直線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 系統の注水量と排熱除去に 必要な水量より原子炉水位の代 替流量可能 監視事項は注 水パ ラメータ にて確認
						原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	
						原子炉水位 (燃料棒)	2	2	2	
						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 (常設ライオン用)	1	1	1	
						低圧代替注水系統流量 (常設ライオン狭帯域用)	1	1	1	
						低圧代替注水系統流量 (可搬ライオン用)	1	1	1	
						低圧代替注水系統流量 (可搬ライオン狭帯域用)	1	1	1	
						代替注水系統流量	2	2	2	
						原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	1	
						高圧炉心スプレイ系統流量	3	0	0	
						残熱除去系統流量	1	0	0	
						低圧炉心スプレイ系統流量	2	2	2	
原子炉圧力 (SA)	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		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	計器名称	計器数	計器名称			直後	負荷切り離し後	
事故時運転操作手順書 (最終 ベース) 「水位確保」等	原子炉圧 力容器内 の水 位	3	3	0	0	原子炉水位 (狭帯域)	3	3	3	直線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量と排熱 除去に必要な水量より原子炉水位の代 替流量可能 監視事項は注水パ ラメータにて確認
						原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	
						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 (常設)	1	1	1	
						低圧代替注水系統流量 (可搬ライオン用)	1	1	1	
						低圧代替注水系統流量 (可搬ライオン狭帯域用)	1	1	1	
						代替注水系統流量	2	2	2	
						原子炉隔離時冷却系統流量	1	0	0	
						高圧炉心スプレイ系統流量	3	0	0	
						残熱除去系統流量	1	0	0	
						低圧炉心スプレイ系統流量	2	2	2	
						原子炉圧力 (SA)	1	1	1	
						サブプレッジョン・チェンバ ー圧力 (SA)	2	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

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	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	
対応手段 緊急時運転手順書 (操縦ペーシ) AM 緊急時操作手順書 [MSP ボンプ] による [MSP-への補給] 多様なハザード対応手 順 「大発動機水移送ポン プ」電源確保	水源の確保 [海水貯蔵槽水位] [海水貯蔵槽水位(SA)]	1	1	0	①	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		1	1	1	①	1	1	1	
電源	風水タンク水位	1	1	0	①	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
電機	風水タンク水位	1	1	0	①	1	1	1	
機械監視	風水移送ポンプ吐出圧力	1	1	0	①	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
電機	風水移送ポンプ吐出圧力	1	1	0	①	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			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	計器数		計器名	計器数	計器名	
非常時運転手 順書 II (危機 ペーシ) 「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	1	1	0	①	2	2	2	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
		1	1	1	①	2	2	2	
操作 (2 / 3)	原子炉圧 力容器内 の水位	1	1	0	①	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		1	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

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	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	
非常時運転手 順書 II (危機 ペーシ) 「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	1	1	0	①	2	2	2	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
		1	1	1	①	2	2	2	
操作 (2 / 3)	原子炉圧 力容器内 の水位	1	1	0	①	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		1	1	1	①	1	1	1	

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	SBO影響	補助バロメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響	計器設備等	
1.13.2.1. 有難くなる供給するための対応手順 多様なバザード対応手順 「貯水罐から大浴槽貯水 大浴槽への供給」	水源の種類 取水栓	保	「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	-	-	SBO	
多様なバザード対応手順 「大浴槽貯水タンクから 貯水タンクへの供給」	水源の種類 取水栓	保	「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	-	-	-	
多様なバザード対応手順 「大浴槽貯水タンクから 貯水タンクへの供給」	水源の種類 取水栓	保	「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	-	-	-	
多様なバザード対応手順 「大浴槽貯水タンクから 貯水タンクへの供給」	水源の種類 取水栓	保	「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	-	-	-	
多様なバザード対応手順 「大浴槽貯水タンクから 貯水タンクへの供給」	水源の種類 取水栓	保	「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	-	-	-	
多様なバザード対応手順 「大浴槽貯水タンクから 貯水タンクへの供給」	水源の種類 取水栓	保	「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	-	-	-	
多様なバザード対応手順 「大浴槽貯水タンクから 貯水タンクへの供給」	水源の種類 取水栓	保	「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	-	-	-	
多様なバザード対応手順 「大浴槽貯水タンクから 貯水タンクへの供給」	水源の種類 取水栓	保	「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	-	-	-	
多様なバザード対応手順 「大浴槽貯水タンクから 貯水タンクへの供給」	水源の種類 取水栓	保	「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	-	-	-	
多様なバザード対応手順 「大浴槽貯水タンクから 貯水タンクへの供給」	水源の種類 取水栓	保	「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	-	-	-	
多様なバザード対応手順 「大浴槽貯水タンクから 貯水タンクへの供給」	水源の種類 取水栓	保	「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	-	-	-	
多様なバザード対応手順 「大浴槽貯水タンクから 貯水タンクへの供給」	水源の種類 取水栓	保	「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	-	-	-	

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	SBO影響	補助バロメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響	計器設備等			
												区分別直感電源 直後	区分別直感電源 直後
非常時運転手 「水位確保」 AM設備 作手順書 重大事故等対 策要領	原子炉圧 力容器内 の圧力	保	原子炉圧力	2	2	1	①	原子炉圧力 (S.A)	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	SBO 監視事項は抽 出バロメータ 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 (S.A広帯域) 原子炉水位 (S.A燃料域) 原子炉圧力容器温度	2 2 1 1 4	2 2 1 1 4	2 2 1 1 4	原子炉水位から原子炉圧力容器内 の飽和状態にある想定し、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	監視事項は抽 出バロメータ にて確認
			原子炉圧力 容器への注水量	1	1	1	①	サプレッション・プール水位	1	1	1	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 出バロメータ にて確認
	補機監視 ポンプ吐出圧力	保	原子炉隔離時冷却系 ポンプ吐出圧力	1	1	1	-	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) 原子炉圧力容器温度	2 2 1 1 4	2 2 1 1 4	2 2 1 1 4	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 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
	水源の確保	保	復水貯蔵タンク水位	2	0	0	③	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) 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出 圧力	2 2 1 1 1	2 2 1 1 1	2 2 1 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	監視事項は抽 出バロメータ にて確認

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水の供給手順等

対応手段	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	SBO影響	補助バロメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響	計器設備等			
												区分別直感電源 直後	区分別直感電源 直後
非常時運転手 「水位確保」 AM設備 作手順書 重大事故等対 策要領	原子炉圧 力容器内 の圧力	保	原子炉圧力	2	2	1	①	原子炉圧力 (S.A)	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	SBO 監視事項は抽 出バロメータ 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 (S.A広帯域) 原子炉水位 (S.A燃料域) 原子炉圧力容器温度	2 2 1 1 4	2 2 1 1 4	2 2 1 1 4	原子炉水位から原子炉圧力容器内 の飽和状態にある想定し、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	監視事項は抽 出バロメータ にて確認
			原子炉圧力 容器への注水量	1	1	1	①	サプレッション・プール水位	1	1	1	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 出バロメータ にて確認
	補機監視 ポンプ吐出圧力	保	原子炉隔離時冷却系 ポンプ吐出圧力	1	1	1	-	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) 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出 圧力	2 2 1 1 1	2 2 1 1 1	2 2 1 1 1	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 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
	水源の確保	保	復水貯蔵タンク水位	2	0	0	③	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) 原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出 圧力	2 2 1 1 1	2 2 1 1 1	2 2 1 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	監視事項は抽 出バロメータ にて確認

備考(ラ)ラ)

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

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

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		補助バロメータ 分類理由	抽出バロメータ 分類	計器数		計器名称	SBO 影響 区分Ⅰ直電電源 を延命した場合	SBO 影響 区分Ⅱ直電電源 を延命した場合	評価	SBO
			計器数	直電			計器数	直電					
1.13.2.3 水漏を切り替えるための対応手順 (1)原子力発電所の原子炉圧力容器への注水 ⑤ 原子力発電所の原子炉圧力容器への注水 事故時運転操作手順 (「水位確保」等)	原子炉格納容器内 の温度	サブプレッショ・チェーン・ の温度	3	3	-	①	3	3	サブプレッショ・チェーン・ の温度	1	1	1	監視事項は主要バ ロメータにて確認
	原子炉格納容器内 の温度	サブプレッショ・チェーン・ の温度	3	3	-	①	3	3	サブプレッショ・チェーン・ の温度	1	1	1	監視事項は主要バ ロメータにて確認
1.13.2.4 水漏を切り替えるための対応手順 (2) 復水貯蔵タンクを水源とした対応手順 a. 原子炉格納容器内注水による原子炉圧力容器への注水 ⑥ 原子炉格納容器内注水による原子炉圧力容器への注水 事故時運転操作手順 (「水位確保」等)	原子炉格納容器内 の水位	サブプレッショ・チェーン・ の水位	1	1	-	①	1	1	サブプレッショ・チェーン・ の水位	1	1	1	監視事項は主要バ ロメータにて確認
	原子炉格納容器内 の水位	サブプレッショ・チェーン・ の水位	1	1	-	①	1	1	サブプレッショ・チェーン・ の水位	1	1	1	監視事項は主要バ ロメータにて確認
	原子炉格納容器内 の水位	サブプレッショ・チェーン・ の水位	1	1	-	①	1	1	サブプレッショ・チェーン・ の水位	1	1	1	監視事項は主要バ ロメータにて確認
	原子炉格納容器内 の水位	サブプレッショ・チェーン・ の水位	1	1	-	①	1	1	サブプレッショ・チェーン・ の水位	1	1	1	監視事項は主要バ ロメータにて確認

第1表 重大事故等対応に係る監視事項

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	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		補助バロメータ 分類理由	抽出バロメータ 分類	計器数		計器名称	SBO 影響 区分Ⅰ直電電源 を延命した場合	SBO 影響 区分Ⅱ直電電源 を延命した場合	評価	SBO
			計器数	直電			計器数	直電					
1.13.2.1 水漏を利用した対応手順 (4) 復水貯蔵タンクを水源とした対応手順 a. 原子炉格納容器内注水による原子炉圧力容器への注水 ⑥ 原子炉格納容器内注水による原子炉圧力容器への注水 事故時運転操作手順 (「水位確保」等)	電源	M/C HPCS電圧 直流125V主母線電圧 PCS電圧	1	1	-	③	1	1	非常用IM/Cの 受電状態を確認 するバロメータ	-	-	-	-
非常時運転手 操作 (「水位確保」等)	電源	原子炉圧力 容器内の 水位	1	1	-	①	1	1	原子炉圧力 容器内の水位	1	1	1	監視事項は主要バ ロメータにて確認
			2	2	-	①	2	2	原子炉圧力 容器内の水位	1	1	1	監視事項は主要バ ロメータにて確認

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

項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器		補助バロメータ 分類理由	抽出バロメータ 分類	計器数		計器名称	SBO 影響 区分Ⅰ直電電源 を延命した場合	SBO 影響 区分Ⅱ直電電源 を延命した場合	評価	SBO
			計器数	直電			計器数	直電					
1.13.2.1 水漏を利用した対応手順 (2) 復水貯蔵タンクを水源とした対応手順 b. 原子炉格納容器内注水による原子炉圧力容器への注水 ⑤ 原子炉格納容器内注水による原子炉圧力容器への注水 事故時運転操作手順 (「水位確保」等)	電源	原子炉圧力 容器内の 水位	1	1	-	③	1	1	原子炉圧力 容器内の水位	1	1	1	監視事項は主要バ ロメータにて確認
			2	2	-	③	2	2	原子炉圧力 容器内の水位	1	1	1	監視事項は主要バ ロメータにて確認

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

1.13 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			補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由	計器名称	SBO影響			評価
			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	
1.13.2.3 水源を切り替えるための注水手順 (1) 原子炉隔離後冷卻水供給設備に注水するための注水 (2) 原子炉隔離後冷卻水供給設備に注水するための注水 (3) 原子炉隔離後冷卻水供給設備に注水するための注水	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内 の温度	3	3	3	①	-	サブプレッシャ・チェンバ の温度	1	1	1	サブプレッシャ・チェンバの温度変化により代替監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内 の温度	3	3	3	①	-	原子炉格納容器内 の温度	1	1	1	原子炉格納容器内の温度変化により代替監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認
1.13.2.3 水源を切り替えるための注水手順 (1) 原子炉隔離後冷卻水供給設備に注水するための注水 (2) 原子炉隔離後冷卻水供給設備に注水するための注水 (3) 原子炉隔離後冷卻水供給設備に注水するための注水	原子炉格納容器内の水位	原子炉格納容器内 の水位	1	1	1	①	-	原子炉格納容器内 の水位	1	1	1	原子炉格納容器内の水位変化により代替監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内 の水位	1	1	1	①	-	原子炉格納容器内 の水位	1	1	1	原子炉格納容器内の水位変化により代替監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認
1.13.2.3 水源を切り替えるための注水手順 (1) 原子炉隔離後冷卻水供給設備に注水するための注水 (2) 原子炉隔離後冷卻水供給設備に注水するための注水 (3) 原子炉隔離後冷卻水供給設備に注水するための注水	水の確保	原子炉格納容器内 の水位	1	1	0	①	-	原子炉格納容器内 の水位	1	1	1	原子炉格納容器内の水位変化により代替監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内 の水位	1	1	1	①	-	原子炉格納容器内 の水位	1	1	1	原子炉格納容器内の水位変化により代替監視可能 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

1.13 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			補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由	計器名称	SBO影響			評価
			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	
非常時運転手 順書II(微断 ベース) 「水位確保」 等	原子炉圧力 容器内の 水位	原子炉圧力 容器内の 水位	1	1	0	①	-	原子炉圧力 容器内の 水位	1	1	1	原子炉圧力容器内の水位変化により代替監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉圧力 容器内の 水位	1	1	1	①	-	原子炉圧力 容器内の 水位	1	1	1	原子炉圧力容器内の水位変化により代替監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認
非常時運転手 順書II(停止 時) 「停止時原子 炉水位制御」 等	原子炉圧力 容器内の 水位	原子炉圧力 容器内の 水位	1	1	0	①	-	原子炉圧力 容器内の 水位	1	1	1	原子炉圧力容器内の水位変化により代替監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉圧力 容器内の 水位	1	1	1	①	-	原子炉圧力 容器内の 水位	1	1	1	原子炉圧力容器内の水位変化により代替監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認
AM設備別操 作手順書 重大事故等対 策要領	水の確保	原子炉圧力 容器内の 水位	2	0	0	③	代替淡水源の確保状態を確認するパラメータ	原子炉圧力 容器内の 水位	2	2	2	原子炉圧力容器内の水位変化により代替監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉圧力 容器内の 水位	2	0	0	③	代替淡水源の確保状態を確認するパラメータ	原子炉圧力 容器内の 水位	2	2	2	原子炉圧力容器内の水位変化により代替監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認

①：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	抽出パラメータ 分類理由	計器名称	SBO影響			評価
			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	
非常時運転手 順書II(微断 ベース) 「水位確保」 等	原子炉圧力 容器内の 水位	原子炉圧力 容器内の 水位	1	1	1	①	-	原子炉圧力 容器内の 水位	1	1	1	原子炉圧力容器内の水位変化により代替監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉圧力 容器内の 水位	1	1	1	①	-	原子炉圧力 容器内の 水位	1	1	1	原子炉圧力容器内の水位変化により代替監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認
非常時運転手 順書II(微断 ベース) 「水位確保」 等	水の確保	原子炉圧力 容器内の 水位	1	0	0	③	代替淡水源の確保状態を確認するパラメータ	原子炉圧力 容器内の 水位	1	1	1	原子炉圧力容器内の水位変化により代替監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉圧力 容器内の 水位	1	0	0	③	代替淡水源の確保状態を確認するパラメータ	原子炉圧力 容器内の 水位	1	1	1	原子炉圧力容器内の水位変化により代替監視可能 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

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 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 非常時運転手 順書Ⅱ(微候 ベース) 「水位確保」 等 非常時運転手 順書Ⅱ(停止 時微候ベ ース) 「停止時原子 炉水位制御」 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(SA広帯 域) 原子炉水位(SA燃料 域)	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 原子炉圧力容器へ注水している系 統の注水流量と崩熱除去に必要 な水量より原子炉水位の代替監視 にて確認
			1	1	①	低圧代替注水系統流量 (常設ライン用)	1	1	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	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	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	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	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	
			2	2	②	代替循環冷却系原子炉注水流量	2	2	2	
			1	1	①	原子炉隔離時冷却系系統流量	1	1	1	
			3	3	③	高圧炉心スプレイ系統流量	3	3	0	
1	1	①	残留熱除去系統流量	1	1	0				
2	2	②	低圧炉心スプレイ系統流量	2	2	2				
1	1	①	原子炉圧力	1	1	1				
1	1	①	原子炉圧力(SA)	1	1	1				
1	1	①	サブプレッション・チェンバ ー圧力(SA)	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		補助パラメータ 分類理由	計器動作	計器数	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価				
			直後	SBO影響 負荷切り離し後				直後	SBO影響 負荷切り離し後					
操作 2 / 3	原子炉圧力 容器内の 水位	1	1	①	-	原子炉水位(SA)	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				
											3	0	0	0
											1	0	0	0
											1	1	1	1
											2	2	2	2
											1	1	1	1
											2	2	2	2
											1	1	1	1
											1	1	1	1
											2	2	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	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		
対応手段 非常時運転手順書 II (復旧ベース)「水位確保」等 非常時運転手順書 II (停止時運転ベース)「停止時原子炉水位制御」等 AM階個別操作手順書 重大事故等対策要領	原子炉圧力	原子炉圧力	2	2	1	①		原子炉圧力 (SA)	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 原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態と想定し、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	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	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	①		原子炉圧力 (圧差検) 原子炉圧力 (燃料検) 原子炉圧力 (SA広帯域) 原子炉圧力 (SA燃料検) 原子炉圧力 (SA燃料検) 原子炉圧力容器温度	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 原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態と想定し、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 サブプレッション・プールの水位変化より、高圧炉心スプレイ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
	原子炉圧力容器への注水量	高圧炉心スプレイ系	1	0	0	①		原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (燃料検) 原子炉圧力 (SA広帯域) 原子炉圧力 (SA燃料検) 原子炉圧力 (SA燃料検) 高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	2	2	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統流量の代替監視可能 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	監視事項は抽出パラメータにて確認
	補機監視機能 水源の確保	高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力 復水貯蔵タンク水位	1	0	0	-		代替水源の確認 体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

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	補償パラメータ 分類	計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後			
対応手段 重大事故等対策要領 (復旧ベース)「水位確保」等	原子炉圧力容器内の圧力	原子炉圧力	2	2	1	①		原子炉圧力 (SA)	1	1	1	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	監視事項は主監視パラメータにて確認
		高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	0	0	-		高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	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統流量の代替監視可能	監視事項は主監視パラメータにて確認
		復水貯蔵タンク水位	1	0	0	①		サブプレッション・プールの水位	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統流量の代替監視可能	監視事項は主監視パラメータにて確認
		原子炉圧力	1	1	1	①		原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (燃料検) 原子炉圧力 (SA広帯域) 原子炉圧力 (SA燃料検) 原子炉圧力 (SA燃料検) 原子炉圧力容器温度	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 原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態と想定し、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	監視事項は主監視パラメータにて確認
		高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	1	0	0	①		高圧炉心スプレイ系ポンプ吐出圧力	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統流量の代替監視可能	監視事項は主監視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	負荷切り離し後	計器名称	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) a. 西側淡水貯水設備を水源とした対応手順 b. 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る送水 (淡水/海水)	1.13.2.1	水源の確保 1 / 2	1	1	1	①	1	1	1	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										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
										原子貯水水位 (広帯域) 原子貯水水位 (S A広帯域) 原子貯水水位 (S A広帯域) サブレーション・プール水位 常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力

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	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
				パラメータ分類	直後	負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後	
1.13.2.1 水源を利用した対応手順 (5) a. 西側淡水貯水設備を水源とした対応手順 b. 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る送水 (淡水/海水)	1.13.2.1	水源の確保 1 / 2	1	1	1	①	1	1	1	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										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
										原子貯水水位 (広帯域) 原子貯水水位 (広帯域) 原子貯水水位 (S A広帯域) サブレーション・プール水位 常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力

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			補助パラメータ			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	SDI影響 負荷切り直し後	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	SDI影響 負荷切り直し後	
重大事故等対 策要領	水源の確保 2 / 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	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
							低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (常設ライン装置 用)	1	1	1	
操 作	水源の確保 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)	2	2	2	原子炉水位、サブプレッショ ン・ブーム水位の変化より、西側淡水貯水設 備水位の代替監視可能	
						低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (常設ライン装置 用)	1	1	1		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

項目	分類	計器数	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			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	SDI影響 負荷切り直し後	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	SDI影響 負荷切り直し後	
重大事故等 対策要領	水源の確保 1	1	低圧原子炉代替注水設備水位	1	1	①	-	代替注水流量 (常設)	1	1	1	低圧原子炉代替注水設備とす る系統のうち、運転している系統の注水量より 代替注水流量の代替監視可能	
								低圧原子炉代替注水設備水位	2	2	2		監視事項は主要パ ラメータにて確認
操 作	水源の確保 1	1	低圧原子炉代替注水設備水位	1	1	①	-	低圧原子炉代替注水設備水位	1	1	1	低圧原子炉代替注水設備とす る系統のうち、運転している系統の注水量より 代替注水流量の代替監視可能	
								低圧原子炉代替注水設備水位	2	2	2		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

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	監視パラメータ				計器故障等	SBO
			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	計器故障後		
	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 断基 重事 (1 / 2)	水源の確保	1	1	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	1
		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン使用)	1	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	1
		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン使用)	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
		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
		低圧代替注水系統格納容器下部注水流量	1	1	1	1	1	1
		原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	2	2	2
		原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	1	1	1	1
		原子炉水位 (S.A.燃料床)	1	1	1	1	1	1
		サブレーション・プール水位	1	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	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

1.13 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	監視パラメータ				計器故障等	SBO
			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	計器故障後		
	1.13.2.1 水源を利用した対応手順 (1) 低圧原子炉代替注水系統を水源とした対応手順 原子炉注水系統を水源とした対応手順							
重大事故等対策要領	断基 重事	水源の確保	1	1	1	1	1	1
		代替注水系統 (管段)	1	1	1	1	1	1
		原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	2	2	2
		原子炉水位 (燃料床)	1	1	1	1	1	1
		原子炉水位 (S.A)	1	1	1	1	1	1
		サブレーション・プール水位 (S.A)	1	1	1	1	1	1
		低圧原子炉代替注水系統ポンプ吐出圧力	2	0	0	0	0	0
		代替注水系統の運転状態監視するパラメータ	③					
		代替注水系統の運転状態監視するパラメータ	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

1.13 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		抽出パラメータ		抽出パラメータ		計器		評価
		計器数	直後 異常切り離し後	パラメータ	分類	計器名称	計器名称	計器数	直後 異常切り離し後	計器数	直後 異常切り離し後	
重大事故等対策事項	水漏の検知 水量検知(2/2)	1	1	①	-	低圧代排注水系統原子炉注水流量(常設)	低圧代排注水系統原子炉注水流量(常設)	1	1	1	1	監視事項は油圧パラメータにて確認
						低圧代排注水系統原子炉注水流量(可搬)	低圧代排注水系統原子炉注水流量(可搬)	1	1	1	1	
重大事故等対策事項	水漏の検知	1	1	①	-	低圧代排注水系統原子炉注水流量(常設)	低圧代排注水系統原子炉注水流量(常設)	1	1	1	1	監視事項は油圧パラメータにて確認
						低圧代排注水系統原子炉注水流量(可搬)	低圧代排注水系統原子炉注水流量(可搬)	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		抽出パラメータ		抽出パラメータ		抽出パラメータ		計器		評価
		計器数	直後 異常切り離し後	パラメータ	分類	計器名称	計器名称	計器数	直後 異常切り離し後	計器数	直後 異常切り離し後	
重大事故等対策事項	水漏の検知	1	1	①	-	代排注水流量(常設)	代排注水流量(常設)	1	1	1	1	監視事項は油圧パラメータにて確認
						原子炉水位(広帯域)	原子炉水位(広帯域)	2	2	2	2	
重大事故等対策事項	水漏の検知	1	1	①	-	原子炉水位(広帯域)	原子炉水位(広帯域)	1	1	1	1	監視事項は油圧パラメータにて確認
						原子炉水位(可搬)	原子炉水位(可搬)	1	1	1	1	
重大事故等対策事項	水漏の検知	2	2	①	-	原子炉水位(SA広帯域)	原子炉水位(SA広帯域)	1	1	1	1	監視事項は油圧パラメータにて確認
						サブプレッジョン・プール水位(SA)	サブプレッジョン・プール水位(SA)	1	1	1	1	
重大事故等対策事項	水漏の検知	2	2	①	-	常設代排注水系統ポンプ吐出圧力	常設代排注水系統ポンプ吐出圧力	2	2	2	2	監視事項は油圧パラメータにて確認
						監視事項は油圧パラメータにて確認	監視事項は油圧パラメータにて確認	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

Table with columns: 項目, 分類, 計器名称, 計器数, 直後, SBO影響, 計器数, 計器名称, 計器数, 直後, SBO影響, 評価. Includes details for monitoring items related to water supply during major accidents.

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

Table with columns: 対応手段, 項目, 分類, 計器名称, 計器数, 直後, SBO影響, 計器数, 計器名称, 計器数, 直後, SBO影響. Includes details for monitoring items related to water supply during major accidents for Shimane NPP.

・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	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 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	計器故障等	SBO
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 (常設ライン装置用) 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 (広島城) 原子炉水位 (松科城) 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・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	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		
			水源の確保	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

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	計器数	計器名称	補助パラメータ 分類理由	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
監視要領	監視要領	1	0	0	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 (常設ライン装置用) 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 (広島城) 原子炉水位 (松科城) 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・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	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	0	0	②	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 (常設ライン装置用) 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 (広島城) 原子炉水位 (松科城) 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・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	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	0	0	③	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 (常設ライン装置用) 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 (広島城) 原子炉水位 (松科城) 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・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	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	0	0	④	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 (常設ライン装置用) 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 (広島城) 原子炉水位 (松科城) 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・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	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	0	0	⑤	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 (常設ライン装置用) 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 (広島城) 原子炉水位 (松科城) 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・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	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	0	0	⑥	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 (常設ライン装置用) 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 (広島城) 原子炉水位 (松科城) 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・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	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	0	0	⑦	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 (常設ライン装置用) 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 (広島城) 原子炉水位 (松科城) 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・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	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	0	0	⑧	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 (常設ライン装置用) 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 (広島城) 原子炉水位 (松科城) 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・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	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	0	0	⑨	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 (常設ライン装置用) 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 (広島城) 原子炉水位 (松科城) 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・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	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	0	0	⑩	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 (常設ライン装置用) 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 (広島城) 原子炉水位 (松科城) 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・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	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		計器数	計器名称	補助パラメータ	パラメータ	抽出パラメータ		計器数	計器名称	評価
	分類	計器名称	計器数	直後		負荷切り離し後	直後					負荷切り離し後	直後			
1.13.2.2 水源へ水を供給するための対応手順 a. 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	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 (常設ライン設備用) 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流注水量							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
	判断基準 (1 / 2)								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) サブレンジョン・プールの水位							原子炉水位、サブレンジョン・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

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	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ	補助パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ
				計器数	直後												
原子力反応炉冷却系 (海水を利用した水源の確保)	高圧ポンプ	水源の確保	海水貯槽タンク水位	1	0	0	③	海水貯槽タンク水位	海水貯槽タンク水位	海水貯槽タンク水位	海水貯槽タンク水位	海水貯槽タンク水位	海水貯槽タンク水位	海水貯槽タンク水位	海水貯槽タンク水位	海水貯槽タンク水位	海水貯槽タンク水位
	操作	水源の確保	海水貯槽タンク水位	1	0	0	③	海水貯槽タンク水位	海水貯槽タンク水位	海水貯槽タンク水位	海水貯槽タンク水位	海水貯槽タンク水位	海水貯槽タンク水位	海水貯槽タンク水位	海水貯槽タンク水位	海水貯槽タンク水位	海水貯槽タンク水位

・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	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	SRD
対応手段 重大事故等対策要領	水素の確保 (2 / 2)		代替淡水貯槽水位	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	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
				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スプレイ流量 (常設ライン用)	1	1	1	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

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	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	SRD
基判 診断	水素の確保		根本貯槽タンク水位	1	③	—	低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設)	1	1	1	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	監視事項は抽出パラメータにて確認
				2	①	—	低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (常設)	2	2	2	2	
操作	原子炉格納容器内の水位		サブプレッション・プール水位 (SA)	2	①	—	低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (常設)	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	監視事項は抽出パラメータにて確認
				1	①	—	低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (常設)	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		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			
重大事故等 重要領	水源の確保 (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	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 (広帯域)	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			
							サブレンジョン・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となる水の供給手順等

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	
				SBO影響	計器数	SBO影響		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			
緊急時操作要領書 (燃料ケース) 「水位確保」等	基質 調整	水源の確保	取水貯蔵タンク水位	1	0	0	③	-	-	-	-	-	-		
														原子炉格納容器内の温度	2
	操作	原子炉格納容器内の水位	サブレンジョン・プール水位 (S.A.)	1	1	1	①	-	-	-	-	-	-		
														低圧代替注水量 (常設)	1
			低圧原子炉代替注水量 (低圧原子炉代替注水量 (低圧域用))	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2
			格納容器代替スプレイ流量	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2
			ベドスタル代替注水量 (低圧域用)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2
			低圧原子炉代替注水量	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1

1.13.2.3 水源を切り替えるための対応手順
 (1) 原子炉格納容器内温度及び低圧域用スプレイ系の水調切替え
 b. 高圧域用スプレイ系による原子炉格納容器への注水量の水調切替え

・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		
	分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後	分組	バラムメータ 分類	補助バラムメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 直後	計器故障等
対応手段 重大事故等対 策要領		代替淡水貯槽水位	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(可動ライン用) 低圧代替注水系原子炉注 水流量(可動ライン用) 低圧代替注水系原子炉注 水流量(可動ライン用) 低圧代替注水系原子炉注 水流量(可動ライン用) 低圧代替注水系原子炉注 水流量(可動ライン用) 低圧代替注水系原子炉注 水流量(可動ライン用) 低圧代替注水系原子炉注 水流量(可動ライン用)	1 1 1 1 1 1 1 1 1 1	1 1 1 1 1	計器故障等	SBO
	水源の確保 ② ②				①		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感帯域) 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	1 2 2 1 1 1 2 2 1 1 1 1 1	1 2 2 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 出バラムメータ にて確認

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

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	対応手段	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		
		分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後	分組	バラムメータ 分類	補助バラムメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 直後	計器故障等
監視		機材貯水庫 (F1)		1	1	①	機材貯水庫の水位計を確 認するバラムメータ	機材貯水庫 (F1)	1	1		
監視		機材貯水庫 (F2)		1	1	①	機材貯水庫の水位計を確 認するバラムメータ	機材貯水庫 (F2)	1	1		
監視		低圧原子炉代替注水貯槽水位		1	1	①		低圧原子炉代替注水貯槽水位	1	1	1	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、代替淡水貯槽水位の代替監 視可能
監視				1	1			低圧原子炉代替注水貯槽水位	1	1	1	注水量の原子炉水位の変化により、低圧原子炉代替注 水貯槽水位の代替監視可能
監視				1	1			サブプレッション・プール水 位 (S/A)	1	1	1	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、低圧原子炉代替注水貯槽水 位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
監視				2	0	①		低圧原子炉代替注水ポン プ吐出圧力	2	0	0	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、代替淡水貯槽水位 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

対応手段	項目	抽出ハラムメータを計測する計器				抽出ハラムメータの代替ハラムメータを計測する計器				評価
		計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切離し後	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切離し後	
1.13.2.3 水源を切り替えるための対応手順 (2) 取水から湯水への切替手順 a. 緊急時取水用(西1)及び緊急時取水用(西2)を水源とした大流量取水による送水時の場合	監視事項は抽出ハラムメータにて確認	緊急時取水用(西1)	1	0	0	緊急時取水用(西1)	1	0	0	代替取水計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、代替取水計槽水位の代替監視可能
		緊急時取水用(西2)	1	0	0	緊急時取水用(西2)	1	0	0	
1.13.2.3 水源を切り替えるための対応手順 (2) 湯水から湯水への切替手順 a. 緊急時取水用(西1)及び緊急時取水用(西2)を水源とした大流量取水による送水時の場合	監視事項は抽出ハラムメータにて確認	緊急時取水用(西1)	1	0	0	緊急時取水用(西1)	1	0	0	代替取水計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、代替取水計槽水位の代替監視可能
		緊急時取水用(西2)	1	0	0	緊急時取水用(西2)	1	0	0	

①：重要監視ハラムメータ、②：有効監視ハラムメータ、③：補助ハラムメータ

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	抽出ハラムメータを計測する計器				抽出ハラムメータの代替ハラムメータを計測する計器				評価
		計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切離し後	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切離し後	
1.13.2.3 水源を切り替えるための対応手順 (2) 湯水から湯水への切替手順 a. 緊急時取水用(西1)及び緊急時取水用(西2)を水源とした大流量取水による送水時の場合	監視事項は抽出ハラムメータにて確認	緊急時取水用(西1)	1	0	0	緊急時取水用(西1)	1	0	0	代替取水計槽を水源とするポンプの吐出圧力より、代替取水計槽水位が確保されていることを監視可能
		緊急時取水用(西2)	1	0	0	緊急時取水用(西2)	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

1.13 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 重し集積等対策要領	水源の確保	多目的タンク水位	1	0	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		
		通水貯蔵タンク水位	1	0	③	③ 代替水源の確保状態を確認するパラメータ	原後 負荷切り離し後			
		原水タンク水位	1	0	③					
		純水貯蔵タンク水位	1	0	③					
操作	水源の確保	臨圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用)				臨圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用)	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		
		臨圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)				臨圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1			
		臨圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)				臨圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1			
		臨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	臨圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1		1	監視事項は抽出パラメータにて確認
		臨圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1		臨圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1		1	
		上部注水流量				臨圧代替注水系格納容器上部注水流量	1		1	
		原子炉水位 (広帯域)				原子炉水位 (広帯域)	2		2	原子炉水位、サブプレッショ・プール水位の低下より、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)				原子炉水位 (S/A広帯域)	1		1	
		サブプレッショ・プール水位				サブプレッショ・プール水位	1		1	
						常設低圧代替注水系ポンプ出力圧力	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：重電監視パラメータ、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 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			
対応手段 重大事故等対 策要領	機器の種 別	代替淡水貯槽水位	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	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 (常設ライン兼 機用)	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 機用)	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	
							原子炉水位 (広帯域)	2	2	
							原子炉水位 (S A広帯域)	2	2	
							原子炉水位 (S A燃料域)	1	1	
サブプレッジョン・ブール 水位	1	1								
常設低圧代替注水系ボ 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

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		SBO影響 直後 負荷切り離し後
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) (2)	1	1	①	-	低圧代替注水系統原子炉注水量 (常設ライン用)	1	1	代替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、代替淡水貯水設備の代替監視可能
						低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1	
重大事故等対策要綱	-	1	1	-	-	低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1	代替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、代替淡水貯水設備の代替監視可能
						低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1	
						低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1	
						低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1	
						低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1	
						低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1	
						低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1	
						低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1	
						低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1	
						低圧代替注水系統原子炉注水量 (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	-	1	1	-	-	原子炉水位 (広帯域)	2	2	代替淡水貯水設備を水源とするポンプの吐出圧力より、代替淡水貯水設備の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.燃料域)	1	1	
						原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	
						サブプレッション・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	
						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	
						常設低圧代替注水系統ポンプ吐出圧力	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	計器分類	計器名称	計器数	計器分類	計器故障等	SBO	
対応手段 重大事故等対策要領	水源の確保 (2 / 2)	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	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量 (常設ライン専用)	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下部注水量	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		
						サプレッション・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

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		抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	評価		
		計器数	直後 SBO 影響 負荷切り離し後	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	水源の確保 ① / ②	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 (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				
				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燃料域)	1	1				
				サブレッション・プールの水位	1	1				
				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

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、サブレッション・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

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 重大事故等の取束に必要なとなる水の供給手順等

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		
		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	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		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	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
				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		
							低圧代替注水系統貯槽スプレイ流量 (常設ライン用)	1	1	1		
							低圧代替注水系統貯槽スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1	1		
							低圧代替注水系統貯槽下部注水流量	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燃焼域)	1	1	1		
							原子炉水位 (S/A燃焼域)	1	1	1		
							サブプレッション・プール水位	1	1	1		
							兼設低圧代替注水系統ポンプ吐出圧力	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

1.13 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	重大事故等対策要領	水源の確保	多目的タンク水位	1	0	③	---	---	---		
			ろ過水貯蔵タンク水位	1	0	③	---	---	---		
			原水タンク水位	1	0	③	---	---	---		
			純水貯蔵タンク水位	1	0	③	---	---	---		
			西側淡水貯水設備水位	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
				②	1	1	②	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
				③	1	1	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
				④	1	1	④	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
				⑤	1	1	⑤	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
				⑥	1	1	⑥	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

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	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量 (常設ライン用)	1	1	1	—	—	—	—	—	—
		低圧代替注水系統原子炉注水量 (常設ライン設備用)	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)	1	1	1	—	—	—	—	—	—
		低圧代替注水系統格納容器下節注水量	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 (SA広帯域)	1	1	1	—	—	—	—	—	—
		原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	1	—	—	—	—	—	—
		サブレーション・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

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

計器故障等

SBO

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

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
		計器数	直接	SBO影響 [食停切り直し後]	パワメータ 分類	補助パワメータ 分類理由	計器名称	計器数	直接	SBO影響 [食停切り直し後]	
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) (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 策要領	水源の補 保	1	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 (常設ライン装置 適用) 低圧代替注水系格納容器 サブレイ流量 (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 (広領域) 原子炉水位 (狭領域) 原子炉水位 (S.A.広領域) 原子炉水位 (S.A.狭領域) サブレーション・プール 水位	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 出パワメータ にて確認
水源の補 保							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 (常設ライン装置 適用) 低圧代替注水系格納容器 サブレイ流量 (常設ライ ン用) 低圧代替注水系格納容器 上部注水流量 原子炉水位 (広領域) 原子炉水位 (狭領域) 原子炉水位 (S.A.広領域) 原子炉水位 (S.A.狭領域) サブレーション・プール 水位	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 出パワメータ にて確認

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

項目	分類	監視パラメータ			抽出パラメータ			抽出パラメータを計測する計器			評価												
		計器名称	計器数	分	計器名称	計器数	分	計器名称	計器数	分	計器故障等	計器故障等	SDO										
1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等 AM設置別機 作手順書	原子炉格納容器内の水位	原子炉格納容器内の水位	2	0	0	③	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0		
		原子炉格納容器内の水位	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1
原子炉格納容器内の水位	原子炉格納容器内の水位	原子炉格納容器内の水位	3	3	3	①	3	3	3	3	3	3	3	3	3	3	3	3	3	3	3	3	3
		原子炉格納容器内の水位	2	0	0	③	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	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

1.13 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	SBO影響	直後					
1.13.2.3 水漏を切り替えるための対応手順 (1) 原子炉冷却回路系及び向圧向心スプレイン系の水漏の検出 AMT設備別編 作手順書	水源の確保	従水貯蔵タンク水位	2	0	0	0	③	代替器 本装置の確保 パラメータ	-	-	-
原子炉格納容器内水位	判別	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用) 本装置 (可動ライン装置)	1	1	1	1	①	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可動ライン装置)	-	-	-
		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可動ライン装置)	1	1	1	1	①	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可動ライン装置)	-	-	-
		低圧代替注水系統格納容器スプレイン流量 (可動ライン用)	1	1	1	1	①	低圧代替注水系統格納容器スプレイン流量 (可動ライン用)	-	-	-
水源の確保	判別	高圧代替注水系統格納容器水位	1	1	1	1	①	高圧代替注水系統格納容器水位	-	-	-
		高圧代替注水系統格納容器水位	1	1	1	1	①	高圧代替注水系統格納容器水位	-	-	-
操作	判別	サブプレッション・プール水位	3	3	3	3	①	サブプレッション・プール水位	-	-	-
		従水貯蔵タンク水位	2	0	0	0	③	従水貯蔵タンク水位	-	-	-

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	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
							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		
							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		
							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(SA広帯域)	1	1		
							原子炉水位(SA燃料域)	1	1		
							サブレーション・プール 水位	1	1		
		多目的タンク水位	1	0	③	代替淡水源の確 保状態を確認す るパラメータ	-	-	-	-	-
		ろ過水貯蔵タンク水位	1	0	③		-	-	-	-	-
		原水タンク水位	1	0	③		-	-	-	-	-
		純水貯蔵タンク水位	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水の供給手順等

項目	分類	監視パラメータ				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				評価	
		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	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器数	計器故障等	SBO	計器故障等	計器故障等	SBO	計器故障等
重大事故等対 処要領	水源の確保	代替淡水貯槽水位	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	代替淡水貯槽を水源として 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(常設ライン兼 用)	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		
									低圧代替注水系統原子炉注 水流量(可搬ライン兼 用)	1	1	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	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	1	1		
									低圧代替注水系統格納容 器下部注水量	1	1	1	1		
									原子炉水位(広帯域)	2	2	2	2		
									原子炉水位(標準域)	2	2	2	2		
									原子炉水位(SA広帯域)	1	1	1	1		
原子炉水位(SA標準域)	1	1	1	1											
サブレーション・プール 水位	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	
常設低圧代替注水系統 P吐出圧力	2	2	2	2	2	2	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

1.13 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影響	計器故障等	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	-					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
	別冊基準 (1) (2)	原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	1						2	2	1	1	原子炉水位、サブプレッジョン・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 (燃料域)	2	2	2	1						2	2	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		
		サブプレッジョン・プール水位	1	1	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		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	負荷印り直し後	パラメータ	補助パラメータ	計器名称	計器数	直後	負荷印り直し後	計器故障等	SBO
対応手段 重大事故等対 策要領	項目 監視 基準 (2/2)	水源の種 別	代替淡水貯槽水位	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	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 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 (可動ライン用)	1	1	1	1						
			低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (可動ライン用)	1	1	1	1						
			低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (可動ライン用)	1	1	1	1						
			低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (可動ライン用)	1	1	1	1						
			低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (可動ライン用)	1	1	1	1						
			低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (可動ライン用)	1	1	1	1						
			低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (可動ライン用)	1	1	1	1						
			低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (可動ライン用)	1	1	1	1						
			低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (可動ライン用)	1	1	1	1						
			低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (可動ライン用)	1	1	1	1						
			低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (可動ライン用)	1	1	1	1						
			低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (可動ライン用)	1	1	1	1						
			低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (可動ライン用)	1	1	1	1						
原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	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	2	2	2	2				
原子炉水位 (燃料棒)	2	2	2	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	2	2	2	2				
原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	1	1	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	1	1	1	1				
原子炉水位 (S.A.燃料棒)	1	1	1	1	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	1	1	1	1				
サブプレッジョン・プール 水位	1	1	1	1	代替淡水貯槽を水測とするポンプの吐 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	1	1	1				
常設低圧代替注水系統ボ ンブ吐出圧力	2	2	2	2	代替淡水貯槽を水測とするポンプの吐 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	2	2	2				
多目的タンク水位	1	0	0	0	①	代替淡水源の確 保	1	0	0	0	—	—	
蒸気貯蔵タンク水位	1	0	0	0	②	代替淡水源の確 保	1	0	0	0	—	—	
原水タンク水位	1	0	0	0	③	代替淡水源の確 保	1	0	0	0	—	—	
低圧貯蔵タンク水位	1	0	0	0	③	代替淡水源の確 保	1	0	0	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		
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 (B帯域)	2	2		
								原子炉水位 (燃料域)	2	2		
								原子炉水位 (S A帯域)	1	1		
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

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		抽出パラメータの種類	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				計器名称
1.14.2.1 代替電源(交流)による対応手順 (1) 代替交流電源設備による給電 事故発生直後(復旧)による対応手順 事故発生直後(復旧)による対応手順 事故発生直後(復旧)による対応手順 事故発生直後(復旧)による対応手順 事故発生直後(復旧)による対応手順 事故発生直後(復旧)による対応手順 事故発生直後(復旧)による対応手順 事故発生直後(復旧)による対応手順 事故発生直後(復旧)による対応手順 事故発生直後(復旧)による対応手順 事故発生直後(復旧)による対応手順 事故発生直後(復旧)による対応手順 事故発生直後(復旧)による対応手順 事故発生直後(復旧)による対応手順	電源	①	30kV 母線電圧	1	0	0	①	30kV 母線の電圧状態を確認する	-
	電源	②	AC 電圧	1	1	1	②	非常用M/Cの電圧状態を確認する	-
	電源	③	AC 電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの電圧状態を確認する	-
	電源	④	AC 電圧	1	1	1	④	非常用M/Cの電圧状態を確認する	-
	電源	⑤	AC 電圧	1	1	1	⑤	非常用M/Cの電圧状態を確認する	-
	電源	⑥	AC 電圧	1	1	1	⑥	非常用M/Cの電圧状態を確認する	-
	電源	⑦	AC 電圧	1	1	1	⑦	非常用M/Cの電圧状態を確認する	-
	電源	⑧	AC 電圧	1	1	1	⑧	非常用M/Cの電圧状態を確認する	-
	電源	⑨	AC 電圧	1	1	1	⑨	非常用M/Cの電圧状態を確認する	-
	電源	⑩	AC 電圧	1	1	1	⑩	非常用M/Cの電圧状態を確認する	-
	電源	⑪	AC 電圧	1	1	1	⑪	非常用M/Cの電圧状態を確認する	-
	電源	⑫	AC 電圧	1	1	1	⑫	非常用M/Cの電圧状態を確認する	-
	電源	⑬	AC 電圧	1	1	1	⑬	非常用M/Cの電圧状態を確認する	-
	電源	⑭	AC 電圧	1	1	1	⑭	非常用M/Cの電圧状態を確認する	-
	電源	⑮	AC 電圧	1	1	1	⑮	非常用M/Cの電圧状態を確認する	-

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	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの種類	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				計器名称
1.14.2.1 代替電源(交流)による対応手順 (1) 代替交流電源設備による給電 事故発生直後(復旧)による対応手順 事故発生直後(復旧)による対応手順 事故発生直後(復旧)による対応手順 事故発生直後(復旧)による対応手順 事故発生直後(復旧)による対応手順 事故発生直後(復旧)による対応手順 事故発生直後(復旧)による対応手順 事故発生直後(復旧)による対応手順 事故発生直後(復旧)による対応手順 事故発生直後(復旧)による対応手順 事故発生直後(復旧)による対応手順 事故発生直後(復旧)による対応手順 事故発生直後(復旧)による対応手順 事故発生直後(復旧)による対応手順	電源	①	275kV 東海第二原子力線 1 L 電圧	1	1	1	①	東海第二原子力線 1 L の電圧状態を確認する	-
	電源	②	275kV 東海第二原子力線 2 L 電圧	1	1	1	②	東海第二原子力線 2 L の電圧状態を確認する	-
	電源	③	15kV 原子力 1 号線電圧	1	1	1	③	原子力 1 号線の電圧状態を確認する	-
	電源	④	M/C 2 C 電圧	1	1	1	④	非常用M/Cの電圧状態を確認する	-
	電源	⑤	M/C 2 D 電圧	1	1	1	⑤	非常用M/Cの電圧状態を確認する	-
	電源	⑥	M/C HPC 電圧	1	1	1	⑥	緊急用HPCの電圧状態を確認する	-
	電源	⑦	緊急用M/C電圧	1	1	1	⑦	非常用M/Cの電圧状態を確認する	-
	電源	⑧	M/C 2 C 電圧	1	1	1	⑧	非常用M/Cの電圧状態を確認する	-
	電源	⑨	M/C 2 D 電圧	1	1	1	⑨	非常用M/Cの電圧状態を確認する	-
	電源	⑩	緊急用M/C電圧	1	1	1	⑩	非常用M/Cの電圧状態を確認する	-
	電源	⑪	緊急用M/C電圧	1	1	1	⑪	非常用M/Cの電圧状態を確認する	-
	電源	⑫	緊急用M/C電圧	1	1	1	⑫	非常用M/Cの電圧状態を確認する	-
	電源	⑬	緊急用M/C電圧	1	1	1	⑬	非常用M/Cの電圧状態を確認する	-
	電源	⑭	緊急用M/C電圧	1	1	1	⑭	非常用M/Cの電圧状態を確認する	-
	電源	⑮	緊急用M/C電圧	1	1	1	⑮	非常用M/Cの電圧状態を確認する	-

・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	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの種類	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				計器名称
1.14.2.1 代替電源(交流)による対応手順 (1) 代替交流電源設備による給電 事故発生直後(復旧)による対応手順 事故発生直後(復旧)による対応手順 事故発生直後(復旧)による対応手順 事故発生直後(復旧)による対応手順 事故発生直後(復旧)による対応手順 事故発生直後(復旧)による対応手順 事故発生直後(復旧)による対応手順 事故発生直後(復旧)による対応手順 事故発生直後(復旧)による対応手順 事故発生直後(復旧)による対応手順 事故発生直後(復旧)による対応手順 事故発生直後(復旧)による対応手順 事故発生直後(復旧)による対応手順 事故発生直後(復旧)による対応手順	電源	①	2.0 kV 第2原子力線 1 L 電圧	1	1	1	①	外部電源の電圧状態を確認する	-
	電源	②	2.0 kV 第2原子力線 2 L 電圧	1	1	1	②	外部電源の電圧状態を確認する	-
	電源	③	6.0 kV 緊急用電圧	1	1	1	③	外部電源の電圧状態を確認する	-
	電源	④	C-メタタタ母線電圧	1	1	1	④	非常用メタタタ母線の電圧状態を確認する	-
	電源	⑤	D-メタタタ母線電圧	1	1	1	⑤	非常用メタタタ母線の電圧状態を確認する	-
	電源	⑥	HPC S-メタタタ母線電圧	1	1	1	⑥	非常用メタタタ母線の電圧状態を確認する	-
	電源	⑦	ガスタービン発電機電圧	1	1	1	⑦	代替電源設備の運転状態を確認する	-
	電源	⑧	ガスタービン発電機電圧	1	1	1	⑧	代替電源設備の運転状態を確認する	-
	電源	⑨	ガスタービン発電機電圧	1	1	1	⑨	代替電源設備の運転状態を確認する	-
	電源	⑩	緊急用メタタタ母線電圧	1	1	1	⑩	非常用メタタタ母線の電圧状態を確認する	-
	電源	⑪	C-メタタタ母線電圧	1	1	1	⑪	非常用メタタタ母線の電圧状態を確認する	-
	電源	⑫	D-メタタタ母線電圧	1	1	1	⑫	非常用メタタタ母線の電圧状態を確認する	-
	電源	⑬	C-ロードセンター母線電圧	1	1	1	⑬	非常用ロードセンターの電圧状態を確認する	-
	電源	⑭	D-ロードセンター母線電圧	1	1	1	⑭	非常用ロードセンターの電圧状態を確認する	-

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, 補助パラメータ, 補助パラメータの代わりパラメータを計測する計器, 評価. Contains monitoring items for power supply at柏崎刈羽.

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, 補助パラメータ, 補助パラメータの代わりパラメータを計測する計器, 評価. Contains monitoring items for power supply at東海第二.

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, 補助パラメータ, 補助パラメータの代わりパラメータを計測する計器, 評価. Contains monitoring items for power supply at島根.

・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	区分別直後電源を電動した場合	計器名称	計器数	直後	区分別直後電源を電動した場合	計器故障等	SFO
事故時運転要領書(簡略版)・事故時運転要領書(詳細版)・事故時運転要領書(停止運転用)・事故時運転要領書(緊急時対応用)・事故時運転要領書(緊急時対応用)・事故時運転要領書(緊急時対応用)・事故時運転要領書(緊急時対応用)・事故時運転要領書(緊急時対応用)・事故時運転要領書(緊急時対応用)・事故時運転要領書(緊急時対応用)	電源	電源	500kV 母線電圧	1	0	0	①	500kV 母線の受電状態を確認するパラメータ	1	-	-	-
			M/C 2C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	1	-	-	-
			M/C 2D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	1	-	-	-
			第二D/B 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	1	-	-	-
			非常用D/C 発電機電圧(他号炉)	1	1	1	①	非常用D/Cの受電状態を確認するパラメータ	1	-	-	-
			非常用D/C 発電機電圧(他号炉)	1	1	1	①	非常用D/Cの受電状態を確認するパラメータ	1	-	-	-
			非常用D/C 発電機電圧(他号炉)	1	1	1	①	非常用D/Cの受電状態を確認するパラメータ	1	-	-	-
			非常用D/C 発電機電圧(他号炉)	1	1	1	①	非常用D/Cの受電状態を確認するパラメータ	1	-	-	-
			非常用D/C 発電機電圧(他号炉)	1	1	1	①	非常用D/Cの受電状態を確認するパラメータ	1	-	-	-
			非常用D/C 発電機電圧(他号炉)	1	1	1	①	非常用D/Cの受電状態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	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	区分別直後電源を電動した場合	計器名称	計器数	直後	区分別直後電源を電動した場合	計器故障等	SFO
事故時運転要領書(簡略版)・事故時運転要領書(詳細版)・事故時運転要領書(停止運転用)・事故時運転要領書(緊急時対応用)・事故時運転要領書(緊急時対応用)・事故時運転要領書(緊急時対応用)・事故時運転要領書(緊急時対応用)・事故時運転要領書(緊急時対応用)・事故時運転要領書(緊急時対応用)・事故時運転要領書(緊急時対応用)	電源	電源	275kV 東海第二原子力炉線 1 L電圧	1	1	1	③	東海第二原子力炉線 1 Lの受電状態を確認するパラメータ	1	-	-	-
			275kV 東海第二原子力炉線 2 L電圧	1	1	1	③	東海第二原子力炉線 2 Lの受電状態を確認するパラメータ	1	-	-	-
			154kV 原子力 1号機電圧	1	1	1	③	原子力 1号機の受電状態を確認するパラメータ	1	-	-	-
			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	-	-	-
			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	1	-	-	-
			M/C HPCS電圧	1	1	1	③	直後電源の受電状態を確認するパラメータ	1	-	-	-
			直後125V主母線電圧 2 A電圧	1	1	1	③	東海第二原子力炉線 1 Lの受電状態を確認するパラメータ	1	-	-	-
			直後125V主母線電圧 2 B電圧	1	1	1	③	東海第二原子力炉線 2 Lの受電状態を確認するパラメータ	1	-	-	-
			275kV 東海第二原子力炉線 1 L電圧	1	1	1	③	東海第二原子力炉線 1 Lの受電状態を確認するパラメータ	1	-	-	-
			275kV 東海第二原子力炉線 2 L電圧	1	1	1	③	東海第二原子力炉線 2 L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

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	区分別直後電源を電動した場合	計器名称	計器数	直後	区分別直後電源を電動した場合	計器故障等	SFO
事故時運転要領書(簡略版)・事故時運転要領書(詳細版)・事故時運転要領書(停止運転用)・事故時運転要領書(緊急時対応用)・事故時運転要領書(緊急時対応用)・事故時運転要領書(緊急時対応用)・事故時運転要領書(緊急時対応用)・事故時運転要領書(緊急時対応用)・事故時運転要領書(緊急時対応用)・事故時運転要領書(緊急時対応用)	電源	電源	220kV 第2原子力炉線 1 L送電電圧	1	1	1	③	外周電源の受電状態を確認するパラメータ	1	-	-	-
			220kV 第2原子力炉線 2 L送電電圧	1	1	1	③	外周電源の受電状態を確認するパラメータ	1	-	-	-
			60kV 基負電圧	1	1	1	③	外周電源の受電状態を確認するパラメータ	1	-	-	-
			C-メタタタ母線電圧	1	1	1	③	非常用メタタタの受電状態を確認するパラメータ	1	-	-	-
			D-メタタタ母線電圧	1	1	1	③	非常用メタタタの受電状態を確認するパラメータ	1	-	-	-
			HPCS-メタタタ母線電圧	1	1	1	③	非常用メタタタの受電状態を確認するパラメータ	1	-	-	-
			高圧発電機電圧	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	1	-	-	-
			高圧発電機電圧	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	1	-	-	-
			C-メタタタ母線電圧	1	1	1	③	非常用メタタタの受電状態を確認するパラメータ	1	-	-	-
			D-メタタタ母線電圧	1	1	1	③	非常用メタタタ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

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								
		計器名称		SBO影響 直後 負荷切り離し後		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	計器名称		SBO影響 直後 負荷切り離し後		計器故障等	評価			
		計器数 (計器名)	計器数 (計器名)	計器数 (計器名)	計器数 (計器名)			計器数 (計器名)	計器数 (計器名)							
1.14.2.2 代替電源 (交流) による対応手順	電源	SBO時 自動停止状態を維持するパラメータの代替パラメータ														
1.14.2.2.1 代替電源 (交流) による対応手順	電源	220V 自動電圧	1	0	0	③	SBO時 自動停止状態を維持するパラメータの代替パラメータ	220V 自動電圧	1	1	1	1	1	1		
1.14.2.2.2 代替電源 (交流) による対応手順	電源	275kV 自動電圧	1	1	1	③	SBO時 自動停止状態を維持するパラメータの代替パラメータ	275kV 自動電圧	1	1	1	1	1	1		
1.14.2.2.2 代替電源 (交流) による対応手順	電源	275kV 自動電圧	1	1	1	③	SBO時 自動停止状態を維持するパラメータの代替パラメータ	275kV 自動電圧	1	1	1	1	1	1		
1.14.2.2.2 代替電源 (交流) による対応手順	電源	275kV 自動電圧	1	1	1	③	SBO時 自動停止状態を維持するパラメータの代替パラメータ	275kV 自動電圧	1	1	1	1	1	1		
1.14.2.2.2 代替電源 (交流) による対応手順	電源	275kV 自動電圧	1	1	1	③	SBO時 自動停止状態を維持するパラメータの代替パラメータ	275kV 自動電圧	1	1	1	1	1	1		
1.14.2.2.2 代替電源 (交流) による対応手順	電源	275kV 自動電圧	1	1	1	③	SBO時 自動停止状態を維持するパラメータの代替パラメータ	275kV 自動電圧	1	1	1	1	1	1		
1.14.2.2.2 代替電源 (交流) による対応手順	電源	275kV 自動電圧	1	1	1	③	SBO時 自動停止状態を維持するパラメータの代替パラメータ	275kV 自動電圧	1	1	1	1	1	1		
1.14.2.2.2 代替電源 (交流) による対応手順	電源	275kV 自動電圧	1	1	1	③	SBO時 自動停止状態を維持するパラメータの代替パラメータ	275kV 自動電圧	1	1	1	1	1	1		

1.14 電源の確保に関する手順等

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	SBO影響 直後 負荷切り離し後	補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	計器数 (計器名)	計器数 (計器名)	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO	
												計器数 (計器名)
1.14.2.2 代替電源 (交流) による対応手順	電源	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	1	1	1	1	1	-
1.14.2.2 代替電源 (交流) による対応手順	電源	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	1	1	1	1	-
1.14.2.2 代替電源 (交流) による対応手順	電源	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	1	1	1	1	1	-
1.14.2.2 代替電源 (交流) による対応手順	電源	M/C 2 C 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	-
1.14.2.2 代替電源 (交流) による対応手順	電源	M/C 2 D 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	-
1.14.2.2 代替電源 (交流) による対応手順	電源	M/C HPCS 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	-
1.14.2.2 代替電源 (交流) による対応手順	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	-
1.14.2.2 代替電源 (交流) による対応手順	電源	M/C 2 C 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	-
1.14.2.2 代替電源 (交流) による対応手順	電源	M/C 2 D 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	-
1.14.2.2 代替電源 (交流) による対応手順	電源	M/C HPCS 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	-
1.14.2.2 代替電源 (交流) による対応手順	電源	M/C HPCS 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	-
1.14.2.2 代替電源 (交流) による対応手順	電源	M/C HPCS 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	-

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	SBO影響 直後 負荷切り離し後	補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	計器数 (計器名)	計器数 (計器名)	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO	
												計器数 (計器名)
1.14.2.1 代替電源 (交流) による対応手順	電源	220kV 第2原子力線 1 L 送電電圧	1	1	③	外部電源の受電状態を確認するパラメータ	1	1	1	1	1	-
1.14.2.1 代替電源 (交流) による対応手順	電源	220kV 第2原子力線 2 L 送電電圧	1	1	③	外部電源の受電状態を確認するパラメータ	1	1	1	1	1	-
1.14.2.1 代替電源 (交流) による対応手順	電源	8.6kV 船殻支脚電圧	1	1	③	外部電源の受電状態を確認するパラメータ	1	1	1	1	1	-
1.14.2.1 代替電源 (交流) による対応手順	電源	C-メータ母線電圧	1	1	③	非常用メータの受電状態を確認するパラメータ	1	1	1	1	1	-
1.14.2.1 代替電源 (交流) による対応手順	電源	D-メータ母線電圧	1	1	③	非常用メータの受電状態を確認するパラメータ	1	1	1	1	1	-
1.14.2.1 代替電源 (交流) による対応手順	電源	C-メータ母線電圧 (他号)	1	1	③	非常用メータの受電状態を確認するパラメータ	1	1	1	1	1	-
1.14.2.1 代替電源 (交流) による対応手順	電源	D-メータ母線電圧 (他号)	1	1	③	非常用メータの受電状態を確認するパラメータ	1	1	1	1	1	-
1.14.2.1 代替電源 (交流) による対応手順	電源	HPCS-メータ母線電圧	1	1	③	非常用メータの受電状態を確認するパラメータ	1	1	1	1	1	-
1.14.2.1 代替電源 (交流) による対応手順	電源	C-メータ母線電圧	1	1	③	非常用メータの受電状態を確認するパラメータ	1	1	1	1	1	-
1.14.2.1 代替電源 (交流) による対応手順	電源	D-メータ母線電圧	1	1	③	非常用メータの受電状態を確認するパラメータ	1	1	1	1	1	-
1.14.2.1 代替電源 (交流) による対応手順	電源	デイズセル発電機電圧 (他号) (A, B 系統のみ)	1	1	③	非常用メータの受電状態を確認するパラメータ	1	1	1	1	1	-
1.14.2.1 代替電源 (交流) による対応手順	電源	デイズセル発電機電圧 (他号) (A, B 系統のみ)	1	1	③	非常用メータの受電状態を確認するパラメータ	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

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 前後	抽出パラメータ の種類	計器名称	計器数 前後	抽出パラメータ の種類	計器故障等	評価
事故時運転継手履歴(履歴 一覧) (事故時運転継手履歴 事故時運転継手履歴(停止 時履歴一覧)) 事故時運転継手履歴(停止 時履歴一覧) (交換/直電電圧同戻り) 事故時運転継手履歴(停止 時履歴一覧) (交換/直電電圧同戻り) AM用直電(15%光電流継電器電圧 10~2、AM用)	電源	500kV母線電圧	1	0	0	500kV母線の電圧を 計測するパラメータ	計器故障等	計器故障等	SBO
		M/C電圧	1	1	1	抽出パラメータの電圧を 計測するパラメータ			
		M/C 2電圧	1	1	1	抽出パラメータの電圧を 計測するパラメータ			
		直電15%光電流継電器電圧	1	1	1	直電15%光電流継電器の電圧を 計測するパラメータ			
原子炉出力 調整	電源	原子炉出力(SA)	1	1	1	原子炉出力(SA)と 原子炉出力(SA)との差を 計測するパラメータ	計器故障等	計器故障等	SBO
		原子炉出力(SA)	1	1	1	原子炉出力(SA)と 原子炉出力(SA)との差を 計測するパラメータ			

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 前後	抽出パラメータ の種類	計器名称	計器数 前後	抽出パラメータ の種類	計器故障等	評価
非常時運転継手履歴(履歴 一覧) (事故時運転継手履歴 事故時運転継手履歴(停止 時履歴一覧)) 事故時運転継手履歴(停止 時履歴一覧) (交換/直電電圧同戻り) 事故時運転継手履歴(停止 時履歴一覧) (交換/直電電圧同戻り) AM用直電(15%光電流継電器電圧 10~2、AM用)	電源	275kV東海原子力線1L電 圧	1	1	1	東海原子力線1Lの電圧状態を 確認するパラメータ	計器故障等	計器故障等	SBO
		275kV東海原子力線2L電 圧	1	1	1	東海原子力線2Lの電圧状態を 確認するパラメータ			
		154kV原子力1号線電圧	1	1	1	原子力1号線の電圧状態を 確認するパラメータ			
		M/C 2C電圧	1	1	1	非常用M/Cの電圧状態を 確認するパラメータ			
AM設備別操作 手順書	電源	M/C HPCS電圧	1	1	1	非常用M/Cの電圧状態を 確認するパラメータ			SBO
		P/C 2C電圧	1	1	1	非常用P/Cの電圧状態を 確認するパラメータ			
		P/C 2D電圧	1	1	1	非常用P/Cの電圧状態を 確認するパラメータ			
		緊急時対策電源線バスター ピン電圧電圧	1	1	1	緊急時対策電源線バスター ピン電圧電圧を確認する パラメータ			
非常時運転継手履歴(履歴 一覧) (事故時運転継手履歴 事故時運転継手履歴(停止 時履歴一覧)) 事故時運転継手履歴(停止 時履歴一覧) (交換/直電電圧同戻り) 事故時運転継手履歴(停止 時履歴一覧) (交換/直電電圧同戻り) AM用直電(15%光電流継電器電圧 10~2、AM用)	電源	275kV東海原子力線1L電 圧	1	1	1	東海原子力線1Lの電圧状態を 確認するパラメータ	計器故障等	計器故障等	SBO
		275kV東海原子力線2L電 圧	1	1	1	東海原子力線2Lの電圧状態を 確認するパラメータ			
		154kV原子力1号線電圧	1	1	1	原子力1号線の電圧状態を 確認するパラメータ			
		M/C 2C電圧	1	1	1	非常用M/Cの電圧状態を 確認するパラメータ			
AM設備別操作 手順書	電源	M/C HPCS電圧	1	1	1	非常用M/Cの電圧状態を 確認するパラメータ			SBO
		P/C 2C電圧	1	1	1	非常用P/Cの電圧状態を 確認するパラメータ			
		P/C 2D電圧	1	1	1	非常用P/Cの電圧状態を 確認するパラメータ			
		緊急時対策電源線バスター ピン電圧電圧	1	1	1	緊急時対策電源線バスター ピン電圧電圧を確認する パラメータ			
事故時運転継手履歴(履歴 一覧) (事故時運転継手履歴 事故時運転継手履歴(停止 時履歴一覧)) 事故時運転継手履歴(停止 時履歴一覧) (交換/直電電圧同戻り) 事故時運転継手履歴(停止 時履歴一覧) (交換/直電電圧同戻り) AM用直電(15%光電流継電器電圧 10~2、AM用)	電源	可搬型代替低圧電源車電 圧	2	2	2	可搬型代替低圧電源車電 圧を確認するパラメータ	計器故障等	計器故障等	SBO
		可搬型代替低圧電源車電 圧	2	2	2	可搬型代替低圧電源車電 圧を確認するパラメータ			
		可搬型代替低圧電源車電 圧	2	2	2	可搬型代替低圧電源車電 圧を確認するパラメータ			
		可搬型代替低圧電源車電 圧	2	2	2	可搬型代替低圧電源車電 圧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

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 前後	抽出パラメータ の種類	計器名称	計器数 前後	抽出パラメータ の種類	計器故障等	評価
事故時運転継手履歴(履歴 一覧) (事故時運転継手履歴 事故時運転継手履歴(停止 時履歴一覧)) 事故時運転継手履歴(停止 時履歴一覧) (交換/直電電圧同戻り) 事故時運転継手履歴(停止 時履歴一覧) (交換/直電電圧同戻り) AM用直電(15%光電流継電器電圧 10~2、AM用)	電源	2.0kV 第2原子力 線1L送電電圧	1	1	1	外部電源の電圧状態を確認 するパラメータ	計器故障等	計器故障等	SBO
		2.0kV 第2原子力 線2L送電電圧	1	1	1	外部電源の電圧状態を確認 するパラメータ			
		6.6kV 変換電圧	1	1	1	外部電源の電圧状態を確認 するパラメータ			
		D-メタタラ母線電圧	1	1	1	非常用メタタラの電圧状態 を確認するパラメータ			
事故時運転継手履歴(履歴 一覧) (事故時運転継手履歴 事故時運転継手履歴(停止 時履歴一覧)) 事故時運転継手履歴(停止 時履歴一覧) (交換/直電電圧同戻り) 事故時運転継手履歴(停止 時履歴一覧) (交換/直電電圧同戻り) AM用直電(15%光電流継電器電圧 10~2、AM用)	電源	0-110V系統保護継電器電 圧	1	1	1	保護電源の電圧状態を確認 するパラメータ	計器故障等	計器故障等	SBO
		0-110V系統保護継電器電 圧	1	1	1	保護電源の電圧状態を確認 するパラメータ			
		SA8保護用分電盤(2) 母線電圧	1	1	1	保護電源の電圧状態を確認 するパラメータ			
		2.0kV 第2原子力 線1L送電電圧	1	1	1	外部電源の電圧状態を確認 するパラメータ			
事故時運転継手履歴(履歴 一覧) (事故時運転継手履歴 事故時運転継手履歴(停止 時履歴一覧)) 事故時運転継手履歴(停止 時履歴一覧) (交換/直電電圧同戻り) 事故時運転継手履歴(停止 時履歴一覧) (交換/直電電圧同戻り) AM用直電(15%光電流継電器電圧 10~2、AM用)	電源	2.0kV 第2原子力 線2L送電電圧	1	1	1	外部電源の電圧状態を確認 するパラメータ	計器故障等	計器故障等	SBO
		2.0kV 第2原子力 線2L送電電圧	1	1	1	外部電源の電圧状態を確認 するパラメータ			
		6.6kV 変換電圧	1	1	1	外部電源の電圧状態を確認 するパラメータ			
		D-メタタラ母線電圧	1	1	1	非常用メタタラの電圧状態 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	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	SBO時	計器名称	計器数	直後	SBO時		
事故時運転再開準備 (運転ベーク)	電源	事故時運転再開準備 (運転ベーク)	P/C C-1電圧	1	1	1	1	③					
				事故時運転再開準備 (運転ベーク)	1	1	1	1	③				
事故時運転再開準備 (運転ベーク)	電源	事故時運転再開準備 (運転ベーク)	P/C D-1電圧	1	1	1	1	③					
				事故時運転再開準備 (運転ベーク)	1	1	1	1	③				
事故時運転再開準備 (運転ベーク)	電源	事故時運転再開準備 (運転ベーク)	P/C C-1電圧	1	1	1	1	③					
				事故時運転再開準備 (運転ベーク)	1	1	1	1	③				
事故時運転再開準備 (運転ベーク)	電源	事故時運転再開準備 (運転ベーク)	P/C D-1電圧	1	1	1	1	③					
				事故時運転再開準備 (運転ベーク)	1	1	1	1	③				
事故時運転再開準備 (運転ベーク)	電源	事故時運転再開準備 (運転ベーク)	P/C C-1電圧	1	1	1	1	③					
				事故時運転再開準備 (運転ベーク)	1	1	1	1	③				
事故時運転再開準備 (運転ベーク)	電源	事故時運転再開準備 (運転ベーク)	P/C D-1電圧	1	1	1	1	③					
				事故時運転再開準備 (運転ベーク)	1	1	1	1	③				
事故時運転再開準備 (運転ベーク)	電源	事故時運転再開準備 (運転ベーク)	P/C C-1電圧	1	1	1	1	③					
				事故時運転再開準備 (運転ベーク)	1	1	1	1	③				
事故時運転再開準備 (運転ベーク)	電源	事故時運転再開準備 (運転ベーク)	P/C D-1電圧	1	1	1	1	③					
				事故時運転再開準備 (運転ベーク)	1	1	1	1	③				
事故時運転再開準備 (運転ベーク)	電源	事故時運転再開準備 (運転ベーク)	P/C C-1電圧	1	1	1	1	③					
				事故時運転再開準備 (運転ベーク)	1	1	1	1	③				
事故時運転再開準備 (運転ベーク)	電源	事故時運転再開準備 (運転ベーク)	P/C D-1電圧	1	1	1	1	③					
				事故時運転再開準備 (運転ベーク)	1	1	1	1	③				

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	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	SBO時	計器名称	計器数	直後	SBO時		
事故時運転再開準備 (運転ベーク)	電源	事故時運転再開準備 (運転ベーク)	P/C C-1電圧	1	1	1	1	③					
				事故時運転再開準備 (運転ベーク)	1	1	1	1	③				
事故時運転再開準備 (運転ベーク)	電源	事故時運転再開準備 (運転ベーク)	P/C D-1電圧	1	1	1	1	③					
				事故時運転再開準備 (運転ベーク)	1	1	1	1	③				
事故時運転再開準備 (運転ベーク)	電源	事故時運転再開準備 (運転ベーク)	P/C C-1電圧	1	1	1	1	③					
				事故時運転再開準備 (運転ベーク)	1	1	1	1	③				
事故時運転再開準備 (運転ベーク)	電源	事故時運転再開準備 (運転ベーク)	P/C D-1電圧	1	1	1	1	③					
				事故時運転再開準備 (運転ベーク)	1	1	1	1	③				
事故時運転再開準備 (運転ベーク)	電源	事故時運転再開準備 (運転ベーク)	P/C C-1電圧	1	1	1	1	③					
				事故時運転再開準備 (運転ベーク)	1	1	1	1	③				
事故時運転再開準備 (運転ベーク)	電源	事故時運転再開準備 (運転ベーク)	P/C D-1電圧	1	1	1	1	③					
				事故時運転再開準備 (運転ベーク)	1	1	1	1	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

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	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	SBO時	計器名称	計器数	直後	SBO時		
事故時運転再開準備 (運転ベーク)	電源	事故時運転再開準備 (運転ベーク)	P/C C-1電圧	1	1	1	1	③					
				事故時運転再開準備 (運転ベーク)	1	1	1	1	③				
事故時運転再開準備 (運転ベーク)	電源	事故時運転再開準備 (運転ベーク)	P/C D-1電圧	1	1	1	1	③					
				事故時運転再開準備 (運転ベーク)	1	1	1	1	③				
事故時運転再開準備 (運転ベーク)	電源	事故時運転再開準備 (運転ベーク)	P/C C-1電圧	1	1	1	1	③					
				事故時運転再開準備 (運転ベーク)	1	1	1	1	③				
事故時運転再開準備 (運転ベーク)	電源	事故時運転再開準備 (運転ベーク)	P/C D-1電圧	1	1	1	1	③					
				事故時運転再開準備 (運転ベーク)	1	1	1	1	③				
事故時運転再開準備 (運転ベーク)	電源	事故時運転再開準備 (運転ベーク)	P/C C-1電圧	1	1	1	1	③					
				事故時運転再開準備 (運転ベーク)	1	1	1	1	③				
事故時運転再開準備 (運転ベーク)	電源	事故時運転再開準備 (運転ベーク)	P/C D-1電圧	1	1	1	1	③					
				事故時運転再開準備 (運転ベーク)	1	1	1	1	③				

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 for 対応手段, 項目, 分類, 計器名称, 計器数, 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, 補助パラメータ, 抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器, SBO影響, 計器故障等, 評価.

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 for 対応手段, 項目, 分類, 計器名称, 計器数, 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, 補助パラメータ, 抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器, SBO影響, 計器故障等, 評価.

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 for 対応手段, 項目, 分類, 計器名称, 計器数, 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, 補助パラメータ, 抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器, SBO影響, 計器故障等, 評価.

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(仮設)による対応手順 ① 25SA東海原子力発電所2号炉の電源確保 ② 25SA東海原子力発電所1号炉の電源確保 ③ 154M原子力1号機電源確保 ④ M/C 2C電圧 ⑤ 緊急用M/C電圧 ⑥ 緊急用P/C電圧 ⑦ 緊急用直流125V主母線電圧 ⑧ 緊急用直流125V主母線電圧 ⑨ 可搬型代替昇圧電源車発電機電圧 ⑩ 可搬型整流器運転監視電圧	電源	1	1	1	1	①	1	1	1	抽出パラメータ 分類理由	計器故障等	SRO
	電源	1	1	1	1	②	1	1	1	抽出パラメータ 分類理由	計器故障等	SRO
	電源	1	1	1	1	③	1	1	1	抽出パラメータ 分類理由	計器故障等	SRO
	電源	1	1	1	1	④	1	1	1	抽出パラメータ 分類理由	計器故障等	SRO
	電源	1	1	1	1	⑤	1	1	1	抽出パラメータ 分類理由	計器故障等	SRO
	電源	1	1	1	1	⑥	1	1	1	抽出パラメータ 分類理由	計器故障等	SRO
	電源	1	1	1	1	⑦	1	1	1	抽出パラメータ 分類理由	計器故障等	SRO
	電源	1	1	1	1	⑧	1	1	1	抽出パラメータ 分類理由	計器故障等	SRO
	電源	1	1	1	1	⑨	1	1	1	抽出パラメータ 分類理由	計器故障等	SRO
	電源	1	1	1	1	⑩	1	1	1	抽出パラメータ 分類理由	計器故障等	SRO

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	直後	SRO影響	計器名称	計器数	直後	SRO影響			
非常時運転手順書 II (微動ベーク) 電源供給回復	電源	25SA東海原子力発電所1L電圧	1	1	1	①	1	1	1	抽出パラメータ 分類理由	計器故障等	SRO
非常時運転手順書 II (停止時微動ベーク) 電源回復	電源	25SA東海原子力発電所2L電圧	1	1	1	②	1	1	1	抽出パラメータ 分類理由	計器故障等	SRO
AM設備別操作手順書 重大事故等対策要領	電源	154M原子力1号機電圧	1	1	1	③	1	1	1	抽出パラメータ 分類理由	計器故障等	SRO
	電源	M/C 2C電圧	1	1	1	④	1	1	1	抽出パラメータ 分類理由	計器故障等	SRO
	電源	緊急用M/C電圧	1	1	1	⑤	1	1	1	抽出パラメータ 分類理由	計器故障等	SRO
	電源	緊急用P/C電圧	1	1	1	⑥	1	1	1	抽出パラメータ 分類理由	計器故障等	SRO
	電源	緊急用直流125V主母線電圧	1	1	1	⑦	1	1	1	抽出パラメータ 分類理由	計器故障等	SRO
	電源	緊急用直流125V主母線電圧	1	1	1	⑧	1	1	1	抽出パラメータ 分類理由	計器故障等	SRO
	電源	可搬型代替昇圧電源車発電機電圧	1	1	1	⑨	1	1	1	抽出パラメータ 分類理由	計器故障等	SRO
	電源	可搬型整流器運転監視電圧	1	1	1	⑩	1	1	1	抽出パラメータ 分類理由	計器故障等	SRO

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

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	SRO影響	負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後	SRO影響		
事故時操作要領書 (微動ベーク) 電源回復	電源	D-ロードセンタ母線電圧	1	1	1	①	1	1	1	抽出パラメータ 分類理由	計器故障等	SRO
事故時操作要領書 (微動ベーク) 電源回復	電源	B-110V系交流電源電圧	1	1	1	②	1	1	1	抽出パラメータ 分類理由	計器故障等	SRO
事故時操作要領書 (微動ベーク) 電源回復	電源	B-110V系交流電源電圧	1	1	1	③	1	1	1	抽出パラメータ 分類理由	計器故障等	SRO
事故時操作要領書 (微動ベーク) 電源回復	電源	D-ロードセンタ母線電圧	1	1	1	④	1	1	1	抽出パラメータ 分類理由	計器故障等	SRO
事故時操作要領書 (微動ベーク) 電源回復	電源	B1-110V系交流電源 (SA) 電圧	1	1	1	⑤	1	1	1	抽出パラメータ 分類理由	計器故障等	SRO
事故時操作要領書 (微動ベーク) 電源回復	電源	B-110V系交流電源 (SA) 母線電圧	1	1	1	⑥	1	1	1	抽出パラメータ 分類理由	計器故障等	SRO
事故時操作要領書 (微動ベーク) 電源回復	電源	D-ロードセンタ母線電圧	1	1	1	⑦	1	1	1	抽出パラメータ 分類理由	計器故障等	SRO
事故時操作要領書 (微動ベーク) 電源回復	電源	SA用110V系交流電源電圧 (2) 母線電圧	1	1	1	⑧	1	1	1	抽出パラメータ 分類理由	計器故障等	SRO
事故時操作要領書 (微動ベーク) 電源回復	電源	D-ロードセンタ母線電圧	1	1	1	⑨	1	1	1	抽出パラメータ 分類理由	計器故障等	SRO
事故時操作要領書 (微動ベーク) 電源回復	電源	230V系交流電源 (RC1 C) 電圧	1	1	1	⑩	1	1	1	抽出パラメータ 分類理由	計器故障等	SRO
事故時操作要領書 (微動ベーク) 電源回復	電源	230V系交流電源 (RC1 C) 母線電圧	1	1	1	⑪	1	1	1	抽出パラメータ 分類理由	計器故障等	SRO
事故時操作要領書 (微動ベーク) 電源回復	電源	C-ロードセンタ母線電圧	1	1	1	⑫	1	1	1	抽出パラメータ 分類理由	計器故障等	SRO
事故時操作要領書 (微動ベーク) 電源回復	電源	D-ロードセンタ母線電圧	1	1	1	⑬	1	1	1	抽出パラメータ 分類理由	計器故障等	SRO

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	SBO影響 区分I直流電源 を延命した場合			計器名称
1.14.2.2 代替電源 (直流) による対応手順 非常時運転操作手順書 (徴候ベース) 緊急時運転操作手順書 (停止時徴候ベ-ース) [交流/直流電源供給回復]	電圧	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	-
			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120V 主母線電圧	1	1	1	③	代替電源設備の受電状態を確認するパラメータ	-
			直流120V 主母線電圧A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	-
			直流120V 主母線電圧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	-
			直流120V 主母線電圧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	-
			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	-
			非常用M/C発電機出力 (他号炉) (A,B系のみ)	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) (A,B系のみ)	1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-
			直流120V 主母線電圧A電圧	1	1	1	③	代替電源設備の受電状態を確認するパラメータ	-
			直流120V 主母線電圧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	-
直流120V 主母線電圧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	-			
電圧	操作	電源	非常用M/C発電機出力 (他号炉) (A,B系のみ)	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	SBO影響 負荷切り離し後			計器名称
1.14.2.4 非常用ディーゼルの発電機機能喪失時の代替電源による対応手順 (1) 非常用ディーゼルの発電機機能喪失時の代替交流電源による給電 a. 常設代替交流電源設備による非常用高圧母線への給電 非常時運転手順書 II (徴候ベ-ース) 「電源供給回復」 非常時運転手順書 II (停止時徴候ベ-ース) 「停止時電源回復」 AM設備別操作手順書 重大事故等対策要領	電圧	電源	275kV 東海第二原子力線 1L電圧	1	1	1	③	東海第二原子力線 1Lの受電状態を確認するパラメータ	-
			275kV 東海第二原子力線 2L電圧	1	1	1	③	東海第二原子力線 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出力	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出力	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出力	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出力	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出力	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

・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	SBO影響 負荷切り離し後			計器名称
1.14.2.2 代替電源 (直流) による対応手順 (1) 代替電源設備による給電 a. 非常時運転操作手順書 (徴候ベ-ース) 緊急時運転操作手順書 (停止時徴候ベ-ース) [交流/直流電源供給回復]	電圧	電源	500kV 母線電圧	1	1	1	③	500kV 母線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120V 主母線電圧	1	1	1	③	代替電源設備の受電状態を確認するパラメータ	-
			直流120V 主母線電圧A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	-
			直流120V 主母線電圧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	-
			直流120V 主母線電圧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	-
			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	-
			非常用M/C発電機出力 (他号炉) (A,B系のみ)	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) (A,B系のみ)	1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-
			直流120V 主母線電圧A電圧	1	1	1	③	代替電源設備の受電状態を確認するパラメータ	-
			直流120V 主母線電圧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	-
直流120V 主母線電圧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	-			
電圧	操作	電源	非常用M/C発電機出力 (他号炉) (A,B系のみ)	1	1	1	③	非常用M/C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

1.14 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) 「交換 (直成電源供給回復)」 「交戻 (直成電源供給回復)」 「交戻 (直成電源供給回復)」 「交戻 (直成電源供給回復)」 「緊急用 M/C から AM 用 M/C への電源確保」 「AM 用 M/C 受電」	電源	第一-GT5 緊急電源	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	-
		M/C B 電圧	1	1	② 非常用 M/C の受電状態を確認するパラメータ	-
		P/C B-1 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	-
		第一-GT5 緊急電源電圧	1	1	④ 非常用 M/C の受電状態を確認するパラメータ	-
		第一-GT5 緊急電源電流	1	1	⑤ AM 用 M/C の受電状態を確認するパラメータ	-
		第二-GT5 緊急電源電圧	1	1	⑥ 代替電源確保機能の運転状態を確認するパラメータ	-
		第二-GT5 緊急電源電流	1	1	⑦ 非常用 M/C の受電状態を確認するパラメータ	-
		M/C B 電圧	1	1	⑧ 非常用 M/C の受電状態を確認するパラメータ	-
		P/C B-1 電圧	1	1	⑨ 非常用 M/C の受電状態を確認するパラメータ	-
		第二-GT5 緊急電源電圧	1	1	⑩ 代替電源確保機能の運転状態を確認するパラメータ	-
		第二-GT5 緊急電源電流	1	1	⑪ 非常用 M/C の受電状態を確認するパラメータ	-
		M/C B 電圧	1	1	⑫ 非常用 M/C の受電状態を確認するパラメータ	-
事故時電源確保手順書 (機軸ベース) 「交換 (直成電源供給回復)」 「交戻 (直成電源供給回復)」 「交戻 (直成電源供給回復)」 「緊急用 M/C から AM 用 M/C への電源確保」 「AM 用 M/C 受電」	電源	第一-GT5 緊急電源	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	-
		M/C B 電圧	1	1	② 非常用 M/C の受電状態を確認するパラメータ	-
		P/C B-1 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	-
		第一-GT5 緊急電源電圧	1	1	④ 非常用 M/C の受電状態を確認するパラメータ	-
		第一-GT5 緊急電源電流	1	1	⑤ AM 用 M/C の受電状態を確認するパラメータ	-
		第二-GT5 緊急電源電圧	1	1	⑥ 代替電源確保機能の運転状態を確認するパラメータ	-
		第二-GT5 緊急電源電流	1	1	⑦ 非常用 M/C の受電状態を確認するパラメータ	-
		M/C B 電圧	1	1	⑧ 非常用 M/C の受電状態を確認するパラメータ	-
		P/C B-1 電圧	1	1	⑨ 非常用 M/C の受電状態を確認するパラメータ	-
		第二-GT5 緊急電源電圧	1	1	⑩ 代替電源確保機能の運転状態を確認するパラメータ	-
		第二-GT5 緊急電源電流	1	1	⑪ 非常用 M/C の受電状態を確認するパラメータ	-
		M/C B 電圧	1	1	⑫ 非常用 M/C の受電状態を確認するパラメータ	-
多様なモード対応手順 第二-GT5 による冗長制御緊急用 M/C 受電	電源	第一-GT5 緊急電源	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	-
		M/C B 電圧	1	1	② 非常用 M/C の受電状態を確認するパラメータ	-
		P/C B-1 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	-
		第一-GT5 緊急電源電圧	1	1	④ 非常用 M/C の受電状態を確認するパラメータ	-
		第一-GT5 緊急電源電流	1	1	⑤ AM 用 M/C の受電状態を確認するパラメータ	-
		第二-GT5 緊急電源電圧	1	1	⑥ 代替電源確保機能の運転状態を確認するパラメータ	-
		第二-GT5 緊急電源電流	1	1	⑦ 非常用 M/C の受電状態を確認するパラメータ	-
		M/C B 電圧	1	1	⑧ 非常用 M/C の受電状態を確認するパラメータ	-
		P/C B-1 電圧	1	1	⑨ 非常用 M/C の受電状態を確認するパラメータ	-
		第二-GT5 緊急電源電圧	1	1	⑩ 代替電源確保機能の運転状態を確認するパラメータ	-
		第二-GT5 緊急電源電流	1	1	⑪ 非常用 M/C の受電状態を確認するパラメータ	-
		M/C B 電圧	1	1	⑫ 非常用 M/C 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	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 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時の代替電源による非常用高圧母線への給電 非常時運転手順 「電源供給回復」 「電源供給回復」 「電源供給回復」 「電源供給回復」 「停止時電源確保」 「停止時電源確保」 「停止時電源確保」 「停止時電源確保」 「停止時電源確保」 「停止時電源確保」 「停止時電源確保」	電源	275kW 東海第二原子力発電所 1L 電圧	1	1	① 東海第二原子力発電所 1L の受電状態を確認するパラメータ	-
		275kW 東海第二原子力発電所 2L 電圧	1	1	② 東海第二原子力発電所 2L 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 2 C 電圧	1	1	④ 非常用 M/C の受電状態を確認するパラメータ	-
		M/C 2 D 電圧	1	1	⑤ 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	⑥ 緊急用 M/C の受電状態を確認するパラメータ	-
		M/C 2 C 電圧	1	1	⑦ 非常用 M/C の受電状態を確認するパラメータ	-
		M/C 2 D 電圧	1	1	⑧ 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	⑨ 非常用 M/C の受電状態を確認するパラメータ	-
		HPCS D/G 発電機電圧	1	1	⑩ HPCS D/G 発電機の運転状態を確認するパラメータ	-
		HPCS D/G 発電機電流	1	1	⑪ HPCS D/G 発電機の運転状態を確認するパラメータ	-
		HPCS D/G 発電機電圧	1	1	⑫ HPCS D/G 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: 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	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 負荷切り離し後		
1.14.2.1 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時の代替電源による非常用高圧母線への給電 非常時運転手順 「電源供給回復」 「電源供給回復」 「電源供給回復」 「電源供給回復」 「停止時電源確保」 「停止時電源確保」 「停止時電源確保」 「停止時電源確保」 「停止時電源確保」 「停止時電源確保」 「停止時電源確保」	電源	275kW 島根原子力発電所 1L 電圧	1	1	① 島根原子力発電所 1L の受電状態を確認するパラメータ	-
		275kW 島根原子力発電所 2L 電圧	1	1	② 島根原子力発電所 2L 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 2 C 電圧	1	1	④ 非常用 M/C の受電状態を確認するパラメータ	-
		M/C 2 D 電圧	1	1	⑤ 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	⑥ 緊急用 M/C の受電状態を確認するパラメータ	-
		M/C 2 C 電圧	1	1	⑦ 非常用 M/C の受電状態を確認するパラメータ	-
		M/C 2 D 電圧	1	1	⑧ 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	⑨ 非常用 M/C の受電状態を確認するパラメータ	-
		HPCS D/G 発電機電圧	1	1	⑩ HPCS D/G 発電機の運転状態を確認するパラメータ	-
		HPCS D/G 発電機電流	1	1	⑪ HPCS D/G 発電機の運転状態を確認するパラメータ	-
		HPCS D/G 発電機電圧	1	1	⑫ HPCS D/G 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

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	計器故障等	SBO
事故時運転操作手順書 (運転ベーク-ス) 事故時運転操作手順書 (停止時運転ベーク-ス) 異常時運転操作手順書 (停止時運転ベーク-ス) 異常時運転操作手順書 (停止時運転ベーク-ス) 異常時運転操作手順書 (停止時運転ベーク-ス) 異常時運転操作手順書 (停止時運転ベーク-ス) 異常時運転操作手順書 (停止時運転ベーク-ス) 異常時運転操作手順書 (停止時運転ベーク-ス) 異常時運転操作手順書 (停止時運転ベーク-ス) 異常時運転操作手順書 (停止時運転ベーク-ス) 異常時運転操作手順書 (停止時運転ベーク-ス)	電源	電源	M/C 1 電圧	1	1	1	③	補助パラメータ 分類理由	非常用 M/C の受電状態を確認するパラメータ	-	計器故障等	-
			P/C 1 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	-		-
			非常用 D/G 発電機電圧 (他号炉) (A,B 系のみ)	1	1	1	③	「緊急時対策本部」に確認	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	-		-
			非常用 D/G 発電機電圧 (他号炉) (A,B 系のみ)	1	1	1	③	「緊急時対策本部」に確認	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	-		-
			非常用 D/G 発電機電圧 (他号炉) (A,B 系のみ)	1	1	1	③	「緊急時対策本部」に確認	AM 用 M/C の受電状態を確認するパラメータ	-		-
			非常用 D/G 発電機電圧 (他号炉) (A,B 系のみ)	1	1	1	③	「緊急時対策本部」に確認	非常用 D/G 発電機電圧 (他号炉) (A,B 系のみ)	-		-
			非常用 D/G 発電機電圧 (他号炉) (A,B 系のみ)	1	1	1	③	「緊急時対策本部」に確認	非常用 D/G 発電機電圧 (他号炉) (A,B 系のみ)	-		-
			非常用 D/G 発電機電圧 (他号炉) (A,B 系のみ)	1	1	1	③	「緊急時対策本部」に確認	非常用 D/G 発電機電圧 (他号炉) (A,B 系のみ)	-		-
			非常用 D/G 発電機電圧 (他号炉) (A,B 系のみ)	1	1	1	③	「緊急時対策本部」に確認	非常用 D/G 発電機電圧 (他号炉) (A,B 系のみ)	-		-
			非常用 D/G 発電機電圧 (他号炉) (A,B 系のみ)	1	1	1	③	「緊急時対策本部」に確認	非常用 D/G 発電機電圧 (他号炉) (A,B 系のみ)	-		-
			非常用 D/G 発電機電圧 (他号炉) (A,B 系のみ)	1	1	1	③	「緊急時対策本部」に確認	非常用 D/G 発電機電圧 (他号炉) (A,B 系のみ)	-		-

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	計器故障等	SBO
1.14.2.4 非常用ディーゼル発電機運転時失時の代替電源による対応手順 c. 緊急時対策室建屋ガスタービン発電機による非常用低圧母線への給電	電源	電源	275kV 東海原子力線 1 L 電圧	1	1	1	③	補助パラメータ 分類理由	東海原子力線 1 L の受電状態を確認するパラメータ	-	計器故障等	-
			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	-		-
			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 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	-		-
			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	-		-
			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	-		-
			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	-		-
			P/C 2 C 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	-		-
			P/C 2 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	-		-
			緊急時対策室建屋ガスタービン発電機電圧	1	1	1	③		緊急時対策室建屋ガスタービン発電機の運転状態を確認するパラメータ	-		-
			緊急時対策室建屋ガスタービン発電機電圧	1	1	1	③		緊急時対策室建屋ガスタービン発電機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	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	計器故障等	SBO
1.14.2.2 代替電源 (直後) による対応手順 ① 外部電源による非常用低圧母線への給電 ② 外部電源による非常用低圧母線への給電 ③ 外部電源による非常用低圧母線への給電	電源	電源	220kV 第 2 号炉力線 2 L 1 号線電圧	1	1	1	①	補助パラメータ 分類理由	外部電源の受電状態を確認するパラメータ	-	計器故障等	-
			220kV 第 2 号炉力線 2 L 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	-		-
			6.6kV 補助線電圧	1	1	1	①		外部電源の受電状態を確認するパラメータ	-		-
			C-メタタク母線電圧	1	1	1	①		非常用メタタク母線の受電状態を確認するパラメータ	-		-
			D-メタタク母線電圧	1	1	1	①		非常用メタタクの受電状態を確認するパラメータ	-		-
			A-110V 系直成母線電圧	1	1	1	①		直成電源の受電状態を確認するパラメータ	-		-
			B-110V 系直成母線電圧	1	1	1	①		直成電源の受電状態を確認するパラメータ	-		-
			C-ローロードセンター母線電圧 (他号炉)	1	1	1	①		非常用ローロードセンターの受電状態を確認するパラメータ	-		-
			B-ローロードセンター母線電圧 (他号炉)	1	1	1	①		非常用ローロードセンターの受電状態を確認するパラメータ	-		-
			A-110V 系直成母線電圧	1	1	1	①		直成電源の受電状態を確認するパラメータ	-		-
			B-110V 系直成母線電圧	1	1	1	①		直成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

1.14 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 分類理由	評価
		計器名称	計器数	SDI影響 直後	計器名称		
事故時運転手操作 (「交流/直流電源供給回復」) 「交流/直流電源供給停止」 「交流/直流電源供給再開」 「交流/直流電源供給停止」 「交流/直流電源供給再開」 「交流/直流電源供給停止」 「交流/直流電源供給再開」 「交流/直流電源供給停止」 「交流/直流電源供給再開」	電源	275kV母線電圧	1	1	①	①	計器故障等
		M/C D電圧	1	1	①	①	
	電源	P/C D+1電圧	1	1	①	①	計器故障等
		M用M/C電圧	1	1	①	①	
	電源	M用M/C電圧	1	1	①	①	計器故障等
		M用M/C電圧	1	1	①	①	
	電源	電源車直圧	1	1	①	①	計器故障等
		電源車直圧	1	1	①	①	
	電源	電源車直圧	1	1	①	①	計器故障等
		電源車直圧	1	1	①	①	
電源	電源車直圧	1	1	①	①	計器故障等	
	電源車直圧	1	1	①	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

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	評価
		計器名称	計器数	SDI影響 直後	計器名称		
事故時運転手操作 (「交流/直流電源供給回復」) 「交流/直流電源供給停止」 「交流/直流電源供給再開」 「交流/直流電源供給停止」 「交流/直流電源供給再開」 「交流/直流電源供給停止」 「交流/直流電源供給再開」 「交流/直流電源供給停止」 「交流/直流電源供給再開」	電源	275kV東海原子力線1L電圧	1	1	①	①	計器故障等
		275kV東海原子力線2L電圧	1	1	①	①	
	電源	154kV原子力1号線電圧	1	1	①	①	計器故障等
		M/C 2C電圧	1	1	①	①	
	電源	M/C 2D電圧	1	1	①	①	計器故障等
		M/C HPCS電圧	1	1	①	①	
	電源	緊急用M/C電圧	1	1	①	①	計器故障等
		P/C 2C電圧	1	1	①	①	
	電源	P/C 2D電圧	1	1	①	①	計器故障等
		P/C 2D電圧	1	1	①	①	
電源	可搬型代替低圧電源車電圧	2	2	②	②	計器故障等	
	可搬型代替低圧電源車電圧	2	2	②	②		
電源	可搬型代替低圧電源車電圧	2	2	②	②	計器故障等	
	可搬型代替低圧電源車電圧	2	2	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

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 分類理由	評価
		計器名称	計器数	SDI影響 直後	計器名称		
事故時運転手操作 (「交流/直流電源供給回復」) 「交流/直流電源供給停止」 「交流/直流電源供給再開」 「交流/直流電源供給停止」 「交流/直流電源供給再開」 「交流/直流電源供給停止」 「交流/直流電源供給再開」 「交流/直流電源供給停止」 「交流/直流電源供給再開」	電源	C-メタタタ母線電圧	1	1	①	①	計器故障等
		D-メタタタ母線電圧	1	1	①	①	
	電源	C-ロードセンター母線電圧	1	1	①	①	計器故障等
		D-ロードセンター母線電圧	1	1	①	①	
	電源	ガスタービン発電機電圧	1	1	①	①	計器故障等
		ガスタービン発電機電圧	1	1	①	①	
	電源	緊急用メタタタ電圧	1	1	①	①	計器故障等
		SARロードセンター母線電圧	1	1	①	①	
	電源	C-メタタタ母線電圧	1	1	①	①	計器故障等
		D-メタタタ母線電圧	1	1	①	①	
電源	C-ロードセンター母線電圧	1	1	①	①	計器故障等	
	D-ロードセンター母線電圧	1	1	①	①		
電源	可搬型代替低圧電源車電圧	2	2	②	②	計器故障等	
	可搬型代替低圧電源車電圧	2	2	②	②		
電源	可搬型代替低圧電源車電圧	2	2	②	②	計器故障等	
	可搬型代替低圧電源車電圧	2	2	②	②		

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	計器名称	計器数	計器故障等	SBO
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(機組ベース) 「交配/直交電源供給 回復」 事故時運転転作手順 書(停止時機組ベ- ース) 「交配/直交電源供給 回復」	500kV 母線電圧	1	0	0	0	300kV 母線の受電状態を確 認するパラメータ	-
	電圧	1	1	1	1	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	1	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	1	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	1	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	1	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	1	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	1	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	1	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	1	非常用母線の受電状態を確 認するパラメータ	-
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							
非常時運転転作手 順(機組ベ-ース) 「電源供給 給 電」 非常時運転転作手 順(停止時機組ベ- ース) 「停止時電源復 旧」 AM設備別操作 手順書	275kV東海原子力線 1 L電 圧	1	1	1	1	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	1	1	東海原子力線 2 L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	1	原子力 1 号線の受電状態を 確認するパラメータ	-
	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	-
	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	-
	M/C HPCS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	-
	直流125V主母線電圧 2 A電圧	1	1	1	1	直交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 2 B電圧	1	1	1	1	直交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 2 A電圧	1	1	1	1	直交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 2 B電圧	1	1	1	1	直交電源の受電状態を確認 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	計器名称	計器数	計器故障等	SBO
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							
非常時運転転作手 順(機組ベ-ース) 「電源供給 給 電」 非常時運転転作手 順(停止時機組ベ- ース) 「停止時電源復 旧」 AM設備別操作 手順書	275kV東海原子力線 1 L電 圧	1	1	1	1	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	1	1	東海原子力線 2 L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	1	原子力 1 号線の受電状態を 確認するパラメータ	-
	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	-
	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	-
	M/C HPCS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	-
	直流125V主母線電圧 2 A電圧	1	1	1	1	直交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 2 B電圧	1	1	1	1	直交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 2 A電圧	1	1	1	1	直交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 2 B電圧	1	1	1	1	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

・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	計器名称	計器数	計器故障等	SBO
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							
非常時運転転作手 順(機組ベ-ース) 「電源供給 給 電」 非常時運転転作手 順(停止時機組ベ- ース) 「停止時電源復 旧」 AM設備別操作 手順書	275kV東海原子力線 1 L電 圧	1	1	1	1	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	1	1	東海原子力線 2 L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	1	原子力 1 号線の受電状態を 確認するパラメータ	-
	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	-
	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	-
	M/C HPCS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	-
	直流125V主母線電圧 2 A電圧	1	1	1	1	直交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 2 B電圧	1	1	1	1	直交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 2 A電圧	1	1	1	1	直交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 2 B電圧	1	1	1	1	直交電源の受電状態を確認 するパラメータ	-

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

監視パラメータ

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																																																																																																						
			SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器数			計器名称	計器故障等	SBO																																																																																																				
1.14.2.4 非常用ディーゼルの発電機運転停止時の代替電源による対応手順 (2) 非常用ディーゼルの発電機運転停止時の代替電源による給電 (3) 可搬型代替直流電源設備による直流125V主母線への給電	項目	125kV東海第二線1L電圧	1	1	③	監視	監視	-	-	-																																																																																																			
											125kV東海第二線2L電圧	1	1	③	監視	監視	-	-	-																																																																																										
																				15kV原子力1号線電圧	1	1	③	監視	監視	-	-	-																																																																																	
																													M/C 2C電圧	1	1	③	監視	監視	-	-	-																																																																								
																																						M/C 2D電圧	1	1	③	監視	監視	-	-	-																																																															
																																															P/C 2C電圧	1	1	③	監視	監視	-	-	-																																																						
																																																								P/C 2D電圧	1	1	③	監視	監視	-	-	-																																													
																																																																	直流125V主母線電圧	1	1	③	監視	監視	-	-	-																																				
																																																																										直流125V主母線電圧	1	1	③	監視	監視	-	-	-																											
																																																																																			直流125V主母線電圧	1	1	③	監視	監視	-	-	-																		
																																																																																												直流125V主母線電圧	1	1	③	監視	監視	-	-	-									
																																																																																																					可搬型代替低圧電源車電圧	1	1	③	監視	監視	-	-	-
可搬型代替低圧電源車電圧	1	1	③	監視	監視	-	-	-																																																																																																					
									可搬型代替低圧電源車電圧	1	1	③	監視	監視	-	-	-																																																																																												
																		可搬型整流器電圧	4	4	③	監視	監視	-	-	-																																																																																			
																											可搬型整流器電圧	4	4	③	監視	監視	-	-	-																																																																										
																																				可搬型整流器電圧	4	4	③	監視	監視	-	-	-																																																																	
																																													可搬型整流器電圧	4	4	③	監視	監視	-	-	-																																																								

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

監視パラメータ

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																																																																																																						
			SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器数			計器名称	計器故障等	SBO																																																																																																				
1.14.2.4 非常用ディーゼルの発電機運転停止時の代替電源による対応手順 (2) 非常用ディーゼルの発電機運転停止時の代替電源による給電 (3) 可搬型代替直流電源設備による直流125V主母線への給電	項目	220kV 高圧原子力線 線1L送電電圧	1	1	③	監視	監視	-	-	-																																																																																																			
											220kV 高圧原子力線 線2L送電電圧	1	1	③	監視	監視	-	-	-																																																																																										
																				6.6kV 低圧電源車電圧	1	1	③	監視	監視	-	-	-																																																																																	
																													C-メタタフ母線電圧	1	1	③	監視	監視	-	-	-																																																																								
																																						D-メタタフ母線電圧	1	1	③	監視	監視	-	-	-																																																															
																																															C-ロードセンター母線電圧	1	1	③	監視	監視	-	-	-																																																						
																																																								D-ロードセンター母線電圧	1	1	③	監視	監視	-	-	-																																													
																																																																	高圧発電機車電圧 監視監視	1	1	③	監視	監視	-	-	-																																				
																																																																										高圧発電機車電圧 監視監視	1	1	③	監視	監視	-	-	-																											
																																																																																			C-メタタフ母線電圧	1	1	③	監視	監視	-	-	-																		
																																																																																												D-メタタフ母線電圧	1	1	③	監視	監視	-	-	-									
																																																																																																					C-ロードセンター母線電圧	1	1	③	監視	監視	-	-	-

・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	負荷切り直し後	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	負荷切り直し後	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	電源	275kV東海原子力線 1 L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	-	-	-	-	-	-	-	
			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	-	-	-	-	-	-	-	
			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パラメータ	-	-	-	-	-	-	-	
			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	-	-	-	-	-	-	-	
			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	-	-	-	-	-	-	-	
			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	-	-	-	-	-	-	-	
			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	-	-	-	-	-	-	-	
			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	-	-	-	-	-	-	-	
			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	-	-	-	-	-	-	-	
			2 C・2 D非常用ディーゼル発電機閉入口圧力	2	2	2	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	-	-	-	-	-	-	-	
			高圧炉心スプレイズシステム運転監視	1	1	1	③	運転状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	
			高圧炉心スプレイズシステム運転監視	1	1	1	③	運転状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	
			高圧炉心スプレイズシステム運転監視	1	1	1	③	運転状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	
			高圧炉心スプレイズシステム運転監視	1	1	1	③	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	計器数 0内はPM	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			
					直後	負荷切り直し後	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 0内はPM	直後	負荷切り直し後	計器故障等	SBO
1.14.2.4 非常用ディーゼル発電機運転時の代替手順 「電源喪失」発生時の AM設備別操作 手順書 重大事故等対策 要領 AM設備別操作 手順書 重大事故等対策 要領	電源	電源	220kV 第2原力幹線 1 L送電電圧	1	1	1	③	外置電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-		
			220kV 第2原力幹線 2 L送電電圧	1	1	1	③	外置電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-		
			66kV 福島系統電圧	1	1	1	③	外置電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-		
			Cメタクター回転電圧	1	1	1	③	非常用メタクターの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-		
			Dメタクター回転電圧	1	1	1	③	非常用メタクターの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-		
			Cメタクター回転電圧	1	1	1	③	非常用メタクターの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-		
			Dメタクター回転電圧	1	1	1	③	非常用メタクターの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-		
			HPCS-ディーゼル発電機電圧	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	-	-	-	-	-	-		
			HPCS-ディーゼル発電機電圧	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	-	-	-	-	-	-		
			HPCS-ディーゼル発電機電圧	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	-	-	-	-	-	-		
			HPCS-ディーゼル発電機電圧	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	-	-	-	-	-	-		
			HPCS-ディーゼル発電機電圧	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	-	-	-	-	-	-		
			HPCS-ディーゼル発電機電圧	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	-	-	-	-	-	-		
			HPCS-ディーゼル発電機電圧	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	-	-	-	-	-	-		

・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			
			計器数	計器名称	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	直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
1.14.2.6 燃料の補給手順 (1) 燃料給油設備による給油 重大事故等対策 要領	補機監視機能 別冊 基準	補機監視機能	8	可搬型設備用軽油タンクレベル	8	8	③	燃料の確保状態を確認する パラメータ	-	-	-	-
			1	タンクローリレベル	1	1	③	-	-	-	-	-
	操作	補機監視機能	8	可搬型設備用軽油タンクレベル	8	8	③	燃料の確保状態を確認する パラメータ	-	-	-	-
			1	タンクローリレベル	1	1	③	-	-	-	-	-
AM設備別操作 手順書	別冊 基準	補機監視機能	2	軽油貯蔵タンクレベル	2	2	③	燃料の確保状態を確認する パラメータ	-	-	-	-
			2	軽油貯蔵タンクレベル	2	2	③	燃料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

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 (内)はSBO	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 (内)はSBO	計器名称	直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
1.14.2.4 非常用ディーゼル発電機機内時の代替手順 (1) 非常用ディーゼル発電機機内時の代替発電機による給電 4. 非常用電力確保プログラムを使用したMFC C書又はMFC D書発電 機1上送電機 機2上送電機 機3上送電機 機4上送電機 機5上送電機 機6上送電機 機7上送電機 機8上送電機 機9上送電機 機10上送電機 機11上送電機 機12上送電機 機13上送電機 機14上送電機 機15上送電機 機16上送電機 機17上送電機 機18上送電機 機19上送電機 機20上送電機 機21上送電機 機22上送電機 機23上送電機 機24上送電機 機25上送電機 機26上送電機 機27上送電機 機28上送電機 機29上送電機 機30上送電機 機31上送電機 機32上送電機 機33上送電機 機34上送電機 機35上送電機 機36上送電機 機37上送電機 機38上送電機 機39上送電機 機40上送電機 機41上送電機 機42上送電機 機43上送電機 機44上送電機 機45上送電機 機46上送電機 機47上送電機 機48上送電機 機49上送電機 機50上送電機 機51上送電機 機52上送電機 機53上送電機 機54上送電機 機55上送電機 機56上送電機 機57上送電機 機58上送電機 機59上送電機 機60上送電機 機61上送電機 機62上送電機 機63上送電機 機64上送電機 機65上送電機 機66上送電機 機67上送電機 機68上送電機 機69上送電機 機70上送電機 機71上送電機 機72上送電機 機73上送電機 機74上送電機 機75上送電機 機76上送電機 機77上送電機 機78上送電機 機79上送電機 機80上送電機 機81上送電機 機82上送電機 機83上送電機 機84上送電機 機85上送電機 機86上送電機 機87上送電機 機88上送電機 機89上送電機 機90上送電機 機91上送電機 機92上送電機 機93上送電機 機94上送電機 機95上送電機 機96上送電機 機97上送電機 機98上送電機 機99上送電機 機100上送電機	電源	電源	1	220kV 第2原子力機 機1上送電機	1	1	③	外部電源の発電状態を確認する パラメータ	-	-	-	
			1	220kV 第2原子力機 機2上送電機	1	1	③	外部電源の発電状態を確認する パラメータ	-	-	-	-
			1	6.6kV 直送発電機	1	1	③	外部電源の発電状態を確認する パラメータ	-	-	-	-
			1	C-メタタタ母線電圧	1	1	③	非常用メタタタの発電状態 を確認するパラメータ	-	-	-	-
			1	D-メタタタ母線電圧	1	1	③	非常用メタタタの発電状態 を確認するパラメータ	-	-	-	-
			1	C-メタタタ母線電圧 (他炉)	1	1	③	非常用メタタタの発電状態 を確認するパラメータ	-	-	-	-
			1	D-メタタタ母線電圧 (他炉)	1	1	③	非常用メタタタの発電状態 を確認するパラメータ	-	-	-	-
			1	C-メタタタ母線電圧	1	1	③	非常用メタタタの発電状態 を確認するパラメータ	-	-	-	-
			1	D-メタタタ母線電圧	1	1	③	非常用メタタタの発電状態 を確認するパラメータ	-	-	-	-
			1	ディーゼル発電機電圧 (他炉)	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	-	-	-	-
操作	非常用ディーゼル発電機機内時の代替手順 要領	補機監視機能	1	非常用ディーゼル発電機機内時の代替発電機による給電	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	非常用ディーゼル発電機機内時の代替発電機による給電	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	-	-	-	

・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	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	
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 非常時運転手順書II (微減ベール電源供給回復) 非常時運転手順書II (停止時微減ベール電源回復)	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 HPC S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 HPC S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 D/G発電機電圧	2	2	③	-	-	-
		HPCS D/G発電機電圧	1	1	③	-	-	-
		2C・2D・2D D/G発電機電力	2	2	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	-	-
HPCS D/G発電機電力	1	1	③	-	-	-		
HPCS D/G発電機周波数	1	1	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

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			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
			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		
L.14.2.5 燃料の供給手順 (1) ガスタービン発電機燃料タンク又はディーゼル燃料貯蔵タンクからタンクローリーへの補給 「軽油タンク等を使用したタンクローリーへの燃料補給」 「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 「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 「緊急時対策本部」に確認 「緊急時対策本部」に確認	補機監視機能	ガスタービン発電機燃料タンクレベル	1	1	③	燃料の確保状態を確認するパラメータ	-	-	
		タンクローリー燃料タンクレベル	1	1	③	燃料の確保状態を確認するパラメータ	-	-	
		ディーゼル燃料貯蔵タンクレベル	1	1	③	燃料の確保状態を確認するパラメータ	-	-	
		タンクローリー燃料タンクレベル	1	1	③	燃料の確保状態を確認するパラメータ	-	-	
		ディーゼル燃料貯蔵タンクレベル	1	1	③	燃料の確保状態を確認するパラメータ	-	-	
		タンクローリー燃料タンクレベル	1	1	③	燃料の確保状態を確認するパラメータ	-	-	
		ディーゼル燃料貯蔵タンクレベル	1	1	③	燃料の確保状態を確認するパラメータ	-	-	
		タンクローリー燃料タンクレベル	1	1	③	燃料の確保状態を確認するパラメータ	-	-	
		ディーゼル燃料貯蔵タンクレベル	1	1	③	燃料の確保状態を確認するパラメータ	-	-	
		タンクローリー燃料タンクレベル	1	1	③	燃料の確保状態を確認するパラメータ	-	-	
		ディーゼル燃料貯蔵タンクレベル	1	1	③	燃料の確保状態を確認するパラメータ	-	-	
		タンクローリー燃料タンクレベル	1	1	③	燃料の確保状態を確認するパラメータ	-	-	
L.14.2.5 燃料の供給手順 (2) タンクローリーから発電機等への給油 「軽油タンク等を使用したタンクローリーからの給油」 「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 「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 「緊急時対策本部」に確認 「緊急時対策本部」に確認	補機監視機能	タンクローリー燃料タンクレベル	1	1	③	燃料の確保状態を確認するパラメータ	-	-	
		各機監視タンクレベル	1	1	③	燃料の確保状態を確認するパラメータ	-	-	
		タンクローリー燃料タンクレベル	1	1	③	燃料の確保状態を確認するパラメータ	-	-	
		各機監視タンクレベル	1	1	③	燃料の確保状態を確認するパラメータ	-	-	
		タンクローリー燃料タンクレベル	1	1	③	燃料の確保状態を確認するパラメータ	-	-	
		各機監視タンクレベル	1	1	③	燃料の確保状態を確認するパラメータ	-	-	
		タンクローリー燃料タンクレベル	1	1	③	燃料の確保状態を確認するパラメータ	-	-	
		各機監視タンクレベル	1	1	③	燃料の確保状態を確認するパラメータ	-	-	
		タンクローリー燃料タンクレベル	1	1	③	燃料の確保状態を確認するパラメータ	-	-	
		各機監視タンクレベル	1	1	③	燃料の確保状態を確認するパラメータ	-	-	
		タンクローリー燃料タンクレベル	1	1	③	燃料の確保状態を確認するパラメータ	-	-	
		各機監視タンクレベル	1	1	③	燃料の確保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	SBO影響 直後	計器数	パラメータ 分類	計器名称	SBO影響 直後	計器数	計器故障等	SBO
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	軽油貯蔵タンクレベル 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 高圧炉心スプレイスprayシステム 高圧炉心スプレイスprayシステム燃料油ダイヤタンクレベル 軽油貯蔵タンクレベル 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 高圧炉心スプレイスprayシステム 高圧炉心スプレイスprayシステム燃料油ダイヤタンクレベル DGSW海水流量 (2C) DGSW海水流量 (2D) DGSW海水流量 (HPC S)	機器監視機能 操作 (2 / 2)	計器名称								
非常時運転手順「復旧」			計器数	2	2	③					
非常時運転手順「停時監視-ベース」			計器数	2	2	③					
非常時運転手順「停時監視-ベース」			計器数	1	1	③					
非常時運転手順「停時監視-ベース」			計器数	1	0	③					
非常時運転手順「停時監視-ベース」			計器数	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

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	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	評価
			計器数	SBO影響 直後	パラメータ 分類	計器名称	SBO影響 直後	計器数		
監視	電源	220kV 高圧送電機出力	1	1	③	220kV 高圧送電機出力	1	1		③
		220kV 高圧送電機出力	1	1	③	220kV 高圧送電機出力	1	1		③
		60kV 高圧送電機出力	1	1	③	60kV 高圧送電機出力	1	1		③
		C-A炉冷却水流量	1	1	③	C-A炉冷却水流量	1	1		③
		D-A炉冷却水流量	1	1	③	D-A炉冷却水流量	1	1		③
		HPCS-A炉冷却水流量	1	1	③	HPCS-A炉冷却水流量	1	1		③
		C-A炉冷却水流量	1	1	③	C-A炉冷却水流量	1	1		③
		D-A炉冷却水流量	1	1	③	D-A炉冷却水流量	1	1		③
		HPCS-A炉冷却水流量	1	1	③	HPCS-A炉冷却水流量	1	1		③
		HPCS-B炉冷却水流量	2	2	③	HPCS-B炉冷却水流量	2	2		③
		HPCS-C炉冷却水流量	1	1	③	HPCS-C炉冷却水流量	1	1		③
		HPCS-D炉冷却水流量	2	2	③	HPCS-D炉冷却水流量	2	2		③
		HPCS-E炉冷却水流量	1	1	③	HPCS-E炉冷却水流量	1	1		③
		HPCS-F炉冷却水流量	1	1	③	HPCS-F炉冷却水流量	1	1		③
		HPCS-G炉冷却水流量	1	1	③	HPCS-G炉冷却水流量	1	1		③
操作	電源	220kV 高圧送電機出力	1	1	③	220kV 高圧送電機出力	1	1		③
		60kV 高圧送電機出力	1	1	③	60kV 高圧送電機出力	1	1		③
		C-A炉冷却水流量	1	1	③	C-A炉冷却水流量	1	1		③
		D-A炉冷却水流量	1	1	③	D-A炉冷却水流量	1	1		③
		HPCS-A炉冷却水流量	1	1	③	HPCS-A炉冷却水流量	1	1		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

対応手段	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	評価	
		分類	計器名称	計器数	SB0影響 直後 負荷切り直し後				計器名称
1.14.2.7 設計基準事故対処設備による対応手順 (2) 非常用直営電源設備による発電 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 去ペース) 「停止時電源復 旧」	電源	③	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	直営電源の受電状態を確認 するパラメータ	-	-
			直営125V主母線2A電圧	1	1	③		-	-
			直営125V主母線2B電圧	1	1	③		-	-
			直営125V主母線HPCS 電圧	1	1	③		-	-
			直営±24V中性子モニタ用 分電盤2A電圧	1	1	③		-	-
			直営±24V中性子モニタ用 分電盤2B電圧	1	1	③		-	-
			直営125V主母線2A電圧	1	1	③		-	-
電源	③	直営125V主母線2B電圧	1	1	③		-	-	
		直営125V主母線HPCS 電圧	1	1	③		-	-	
		直営±24V中性子モニタ用 分電盤2A電圧	1	1	③		-	-	
		直営±24V中性子モニタ用 分電盤2B電圧	1	1	③		-	-	
		直営125V主母線2A電圧	1	1	③		-	-	
		直営125V主母線2B電圧	1	1	③		-	-	
操作	電源	③	直営125V主母線HPCS 電圧	1	1	③	直営電源の受電状態を確認 するパラメータ	-	-
			直営±24V中性子モニタ用 分電盤2A電圧	1	1	③	直営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

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	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	評価
				計器数 0内はPM	直後 負荷切り直し後				
1.14.2.6 重大事故等対処設備 (設計基準地震) による対応手順 非常時運転要領書 (撤去 電源復旧)	電源	③	220kV 第2原子力 線1L点電圧	1	1	③	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2L点電圧	1	1	③	外部電源の受電状態を確認 するパラメータ	-	-
			6.6kV 風扇支線電圧	1	1	③	外部電源の受電状態を確認 するパラメータ	-	-
			C-メタタフ母線電圧	1	1	③	非常用メタタフの受電状態 を確認するパラメータ	-	-
			D-メタタフ母線電圧	1	1	③	非常用メタタフの受電状態 を確認するパラメータ	-	-
			HPCS-メタタフ母線電 圧	1	1	③	非常用メタタフの受電状態 を確認するパラメータ	-	-
			A-1E5系高圧母線電圧	1	1	③	直営電源の受電状態を確認 するパラメータ	-	-
			HPCS系高圧母線電圧	1	1	③	直営電源の受電状態を確認 するパラメータ	-	-
			230V系高圧盤 (K.C1 C) 母線電圧	1	1	③	直営電源の受電状態を確認 するパラメータ	-	-
			原子力中性子用保用充電器 母線電圧	2	2	③	直営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

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

対応手段	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	負荷切り離し後直後	計器数	負荷切り離し後直後				計器数	負荷切り離し後直後	
原子炉スクラム確認	平均出力領域計装	4	4	1	1	0	10	10	3	2	監視事項は主要パラメータにて確認
	起動領域計装	10	10	3	2	0	4	4	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
高圧・低圧注水機能喪失確認	原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	1	1	0	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	1	0	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉水位 (S.A.燃料域)	2	2	1	1	0	2	2	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉水位 (S.A.燃料域)	2	2	1	1	0	2	2	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	1	0	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	1	0	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	1	0	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	1	0	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	1	0	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	1	0	1	1	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

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

対応手段	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	負荷切り離し後直後	計器数	負荷切り離し後直後				
原子炉スクラム確認	平均出力領域計装	2	2	0	0	8	8	0	起動領域計装により平均出力領域計装の代替監視可能
	起動領域計装	8	8	0	0	1	1	0	制御棒操作監視系の制御棒位置指示により、本監視状態が判定可能
高圧・低圧注水機能喪失確認 (1/3)	原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	1	1	2	2	0	平均出力領域計装により起動領域計装の代替監視可能
	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	1	1	1	0	制御棒操作監視系の制御棒位置指示により、本監視状態が判定可能
	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	1	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
	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	1	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
	原子炉水位 (S.A.燃料域)	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
	原子炉水位 (S.A.燃料域)	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
	原子炉水位 (S.A.燃料域)	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
	原子炉水位 (S.A.燃料域)	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
	原子炉水位 (S.A.燃料域)	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
	原子炉水位 (S.A.燃料域)	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

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

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

対応手段	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	負荷切り離し後直後	計器数	負荷切り離し後直後				
外部電源喪失及び原子炉スクラム確認	平均出力領域計装	6	6	0	0	4	0	0	中性子領域計装により平均出力領域計装の代替監視可能
	起動領域計装	10	10	3	2	1	1	0	制御棒操作監視系の制御棒位置指示により、本監視状態が判定可能
高圧・低圧注水機能喪失確認	原子炉水位 (S.A.広帯域)	2	2	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
	原子炉水位 (S.A.燃料域)	2	2	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
	原子炉水位 (S.A.燃料域)	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
	原子炉水位 (S.A.燃料域)	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
	原子炉水位 (S.A.燃料域)	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
	原子炉水位 (S.A.燃料域)	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
	原子炉水位 (S.A.燃料域)	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
	原子炉水位 (S.A.燃料域)	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
	原子炉水位 (S.A.燃料域)	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
	原子炉水位 (S.A.燃料域)	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

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
有効性評価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

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

対応手段	抽出パラメータを計測する計器				評価
	計器名称	計器数	SBO影響		
			高圧	低圧	
高圧代特注水系による 原子炉注水 等	原子炉水位 (広帯域)	3	2	1	直線的に原子炉注水設備の水位を計測することによって監視可能
	原子炉水位 (燃料域)	2	1	1	
低圧代特注水系系試運転 原子炉注水	原子炉水位 (広帯域)	3	2	1	直線的に原子炉注水設備の水位を計測することによって監視可能
	原子炉水位 (燃料域)	2	1	1	
	原子炉注水設備の水位	1	1	1	
	原子炉注水設備の水位	1	1	1	
	原子炉注水設備の水位	1	1	1	
	原子炉注水設備の水位	1	1	1	
	原子炉注水設備の水位	1	1	1	
	原子炉注水設備の水位	1	1	1	
	原子炉注水設備の水位	1	1	1	
	原子炉注水設備の水位	1	1	1	

注: 高圧代特注水 (燃料域) については、監視項目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

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

対応手段	抽出パラメータを計測する計器				評価
	計器名称	計器数	高圧	低圧	
高圧・低圧注水機能喪失確認 (2/3)	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	直線的に原子炉注水設備内の水位を計測することができ、監視可能
	原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	
	高圧代特注水系系試運転	1	1	1	
	原子炉水位 (広帯域)	1	1	1	
	原子炉水位 (燃料域)	1	1	1	
	原子炉注水設備の水位	1	1	1	
	原子炉注水設備の水位	1	1	1	
	原子炉注水設備の水位	1	1	1	
	原子炉注水設備の水位	1	1	1	
	原子炉注水設備の水位	1	1	1	
	原子炉注水設備の水位	1	1	1	
	原子炉注水設備の水位	1	1	1	
	原子炉注水設備の水位	1	1	1	
	原子炉注水設備の水位	1	1	1	
	原子炉注水設備の水位	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

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
有効性評価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

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

対応手段	抽出パラメータを計測する計器				評価
	計器名称	計器数	SBO影響		
			高圧	低圧	
高圧・低圧注水機能喪失確認 (2/3)	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	直線的に原子炉注水設備内の水位を計測することができ、監視可能
	原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	
	高圧代特注水系系試運転	1	1	1	
	原子炉水位 (広帯域)	1	1	1	
	原子炉水位 (燃料域)	1	1	1	
	原子炉注水設備の水位	1	1	1	
	原子炉注水設備の水位	1	1	1	
	原子炉注水設備の水位	1	1	1	
	原子炉注水設備の水位	1	1	1	
	原子炉注水設備の水位	1	1	1	
	原子炉注水設備の水位	1	1	1	
	原子炉注水設備の水位	1	1	1	
	原子炉注水設備の水位	1	1	1	
	原子炉注水設備の水位	1	1	1	
	原子炉注水設備の水位	1	1	1	

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
有効性評価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

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

対処手段	抽出パワーマータを計測する計器		抽出パワーマータの代替パワーマータを計測する計器		評価	
	計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器故障等	SBO
過がし安全弁による原子炉急減圧	1	原子炉圧力(SA)	3	原子炉圧力	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	監視事項は主要パワーマータにて確認
	3	原子炉圧力	3	原子炉圧力(圧帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA)	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容器内温度より代替監視可能	
原子炉圧力	3	原子炉圧力(SA)	3	原子炉圧力(SA)	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	監視事項は主要パワーマータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

対処手段	抽出パワーマータを計測する計器		抽出パワーマータの代替パワーマータを計測する計器		評価	
	計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器故障等	SBO
高圧・低圧注水機 能喪失確認 (3/3)	3	高圧代注水機 能喪失確認	3	サブプレッシャ ン・プール 水位	サブプレッシャ ン・プール水位 が異常なレベルに 上昇した場合、監視 可能	監視事項は主要 パワーマータにて 確認
	1	高圧代注水機 能喪失確認	1	原子炉水位(広帯 域)	原子炉水位が異常 なレベルに上昇し た場合、監視可能	
高圧代注水機に よる原子炉注水 圧力 (1/2)	3	高圧代注水機 能喪失確認	3	原子炉水位(燃料 域)	原子炉水位が異常 なレベルに上昇し た場合、監視可能	
	1	高圧代注水機 能喪失確認	1	原子炉水位(SA 燃料域)	原子炉水位が異常 なレベルに上昇し た場合、監視可能	
高圧代注水機に よる原子炉注水 圧力 (1/2)	3	高圧代注水機 能喪失確認	3	原子炉水位(燃料 域)	原子炉水位が異常 なレベルに上昇し た場合、監視可能	
	1	高圧代注水機 能喪失確認	1	原子炉水位(SA 燃料域)	原子炉水位が異常 なレベルに上昇し た場合、監視可能	

※有効性評価上考慮しない操作
①：重要監視パワーマータ、②：有効監視パワーマータ、③：補助パワーマータ

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
有効性評価から抽出
される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

対処手段	抽出パワーマータを計測する計器		抽出パワーマータの代替パワーマータを計測する計器		評価	
	計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器故障等	SBO
高圧・低圧注水機 能喪失確認	3	高圧代注水機 能喪失確認	3	サブプレッシャ ン・プール 水位	サブプレッシャ ン・プール水位 が異常なレベルに 上昇した場合、監視 可能	監視事項は主要 パワーマータにて 確認
	1	高圧代注水機 能喪失確認	1	原子炉水位(広帯 域)	原子炉水位が異常 なレベルに上昇し た場合、監視可能	
高圧代注水機に よる原子炉注水 圧力	3	高圧代注水機 能喪失確認	3	原子炉水位(燃料 域)	原子炉水位が異常 なレベルに上昇し た場合、監視可能	
	1	高圧代注水機 能喪失確認	1	原子炉水位(SA 燃料域)	原子炉水位が異常 なレベルに上昇し た場合、監視可能	

※有効性評価上考慮しない操作

重大事故等対処に係る監視事項

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

対応手段	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	ハロメータ分類	計器名称	計器数	ハロメータ分類	
低圧代替注水系統(常設)による原子炉注水	原子炉圧力(SA)	1	①	原子炉圧力	3	3	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。
		3	①	原子炉水位(広帯域)	3	3	原子炉水位(広帯域)は、原子炉圧力容器内の水位を計測することにより、監視可能。
		2	①	原子炉水位(燃料域)	2	2	原子炉水位(燃料域)は、原子炉圧力容器内の水位を計測することにより、監視可能。
		1	①	原子炉水位(SA)	1	1	原子炉水位(SA)は、原子炉圧力容器内の水位を計測することにより、監視可能。
		2	①	原子炉圧力容器出口	2	2	監視可能。
		1	①	原子炉圧力(SA)	1	1	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。
		2	①	原子炉水位(広帯域)	2	2	原子炉水位(広帯域)は、原子炉圧力容器内の水位を計測することにより、監視可能。
		2	①	原子炉水位(燃料域)	2	2	原子炉水位(燃料域)は、原子炉圧力容器内の水位を計測することにより、監視可能。
		1	①	原子炉水位(SA)	1	1	原子炉水位(SA)は、原子炉圧力容器内の水位を計測することにより、監視可能。
		2	①	原子炉圧力容器出口	2	2	監視可能。
原子炉水位(広帯域)	原子炉水位(広帯域)	1	①	原子炉水位(広帯域)	3	3	原子炉水位(広帯域)は、原子炉圧力容器内の水位を計測することにより、監視可能。
		1	①	原子炉水位(燃料域)	2	2	原子炉水位(燃料域)は、原子炉圧力容器内の水位を計測することにより、監視可能。
		1	①	原子炉水位(SA)	1	1	原子炉水位(SA)は、原子炉圧力容器内の水位を計測することにより、監視可能。
		2	①	原子炉圧力容器出口	2	2	監視可能。
		1	①	原子炉圧力(SA)	1	1	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。
		2	①	原子炉水位(広帯域)	2	2	原子炉水位(広帯域)は、原子炉圧力容器内の水位を計測することにより、監視可能。
		2	①	原子炉水位(燃料域)	2	2	原子炉水位(燃料域)は、原子炉圧力容器内の水位を計測することにより、監視可能。
		1	①	原子炉水位(SA)	1	1	原子炉水位(SA)は、原子炉圧力容器内の水位を計測することにより、監視可能。
		2	①	原子炉圧力容器出口	2	2	監視可能。
		1	①	原子炉圧力(SA)	1	1	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。
原子炉水位(燃料域)	原子炉水位(燃料域)	2	①	原子炉水位(燃料域)	2	2	原子炉水位(燃料域)は、原子炉圧力容器内の水位を計測することにより、監視可能。
		1	①	原子炉水位(SA)	1	1	原子炉水位(SA)は、原子炉圧力容器内の水位を計測することにより、監視可能。
		2	①	原子炉圧力容器出口	2	2	監視可能。
		1	①	原子炉圧力(SA)	1	1	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。
		2	①	原子炉水位(広帯域)	2	2	原子炉水位(広帯域)は、原子炉圧力容器内の水位を計測することにより、監視可能。
		2	①	原子炉水位(燃料域)	2	2	原子炉水位(燃料域)は、原子炉圧力容器内の水位を計測することにより、監視可能。
		1	①	原子炉水位(SA)	1	1	原子炉水位(SA)は、原子炉圧力容器内の水位を計測することにより、監視可能。
		2	①	原子炉圧力容器出口	2	2	監視可能。
		1	①	原子炉圧力(SA)	1	1	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。
		2	①	原子炉圧力容器出口	2	2	監視可能。

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

対応手段	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	ハロメータ分類	計器名称	計器数	ハロメータ分類	
高圧代替注水系統による原子炉注水(2/2)	原子炉水位(広帯域)	2	①	原子炉水位(広帯域)	2	2	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。
		2	①	原子炉水位(燃料域)	2	2	原子炉水位(燃料域)は、原子炉圧力容器内の水位を計測することにより、監視可能。
		1	①	原子炉水位(SA)	1	1	原子炉水位(SA)は、原子炉圧力容器内の水位を計測することにより、監視可能。
		2	①	原子炉圧力容器出口	2	2	監視可能。
		1	①	原子炉圧力(SA)	1	1	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。
		2	①	原子炉水位(広帯域)	2	2	原子炉水位(広帯域)は、原子炉圧力容器内の水位を計測することにより、監視可能。
		2	①	原子炉水位(燃料域)	2	2	原子炉水位(燃料域)は、原子炉圧力容器内の水位を計測することにより、監視可能。
		1	①	原子炉水位(SA)	1	1	原子炉水位(SA)は、原子炉圧力容器内の水位を計測することにより、監視可能。
		2	①	原子炉圧力容器出口	2	2	監視可能。
		1	①	原子炉圧力(SA)	1	1	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。
高圧代替注水系統(燃料域)	高圧代替注水系統(燃料域)	1	①	高圧代替注水系統(燃料域)	1	1	監視事項は抽出バロメータにて確認
		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
		2	①	原子炉水位(燃料域)	2	2	監視事項は抽出バロメータにて確認
		1	①	原子炉水位(SA)	1	1	監視事項は抽出バロメータにて確認
		2	①	原子炉圧力容器出口	2	2	監視事項は抽出バロメータにて確認
		1	①	原子炉圧力(SA)	1	1	監視事項は抽出バロメータにて確認
		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
		2	①	原子炉水位(燃料域)	2	2	監視事項は抽出バロメータにて確認
		1	①	原子炉水位(SA)	1	1	監視事項は抽出バロメータにて確認
		2	①	原子炉圧力容器出口	2	2	監視事項は抽出バロメータにて確認

※有効電圧評価上考慮しない操作

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

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

対応手段	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	ハロメータ分類	計器名称	計器数	ハロメータ分類	
高圧原子炉代替注水系統による原子炉注水	原子炉水位(SA)	1	①	原子炉水位(SA)	2	2	監視事項は抽出バロメータにて確認
		1	①	原子炉水位(燃料域)	1	1	監視事項は抽出バロメータにて確認
		1	①	原子炉水位(SA)	1	1	監視事項は抽出バロメータにて確認
		2	①	原子炉圧力容器出口	2	2	監視事項は抽出バロメータにて確認
		1	①	原子炉圧力(SA)	1	1	監視事項は抽出バロメータにて確認
		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
		2	①	原子炉水位(燃料域)	2	2	監視事項は抽出バロメータにて確認
		1	①	原子炉水位(SA)	1	1	監視事項は抽出バロメータにて確認
		2	①	原子炉圧力容器出口	2	2	監視事項は抽出バロメータにて確認
		1	①	原子炉圧力(SA)	1	1	監視事項は抽出バロメータにて確認

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
有効性評価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

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

対応手段	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	
低圧代注水系統(常設)による原子炉注水	計器名称	抽出パラメータ分類	計器名称	計器数	計器故障等 SBO 監視事項は主要パラメータにて確認
	計器数	抽出パラメータ分類	計器数	計器数	
高圧代注水系統(常設)による原子炉注水	計器名称	抽出パラメータ分類	計器名称	計器数	計器故障等 SBO 監視事項は主要パラメータにて確認
	計器数	抽出パラメータ分類	計器数	計器数	
低圧代注水系統(常設)による原子炉注水	計器名称	抽出パラメータ分類	計器名称	計器数	計器故障等 SBO 監視事項は主要パラメータにて確認
	計器数	抽出パラメータ分類	計器数	計器数	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

対応手段	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	
遠隔し安全弁による原子炉急減圧	計器名称	抽出パラメータ分類	計器名称	計器数	計器故障等 SBO 監視事項は抽出パラメータにて確認
	計器数	抽出パラメータ分類	計器数	計器数	
低圧代注水系統(常設)による原子炉注水(1/4)	計器名称	抽出パラメータ分類	計器名称	計器数	計器故障等 SBO 監視事項は抽出パラメータにて確認
	計器数	抽出パラメータ分類	計器数	計器数	

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
有効性評価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

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

対応手段	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	
遠隔し安全弁による原子炉急減圧	計器名称	抽出パラメータ分類	計器名称	計器数	計器故障等 SBO 監視事項は主要パラメータにて確認
	計器数	抽出パラメータ分類	計器数	計器数	
低圧代注水系統(常設)による原子炉注水(1/4)	計器名称	抽出パラメータ分類	計器名称	計器数	計器故障等 SBO 監視事項は主要パラメータにて確認
	計器数	抽出パラメータ分類	計器数	計器数	

重大事故等対処に係る監視事項

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

対応手段	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	
代替熱源スプレッド系 (常設) による原子炉燃料冷却	燃料冷却圧力(SI)	1	1	1	燃料冷却圧力(SI)	1	1	1	直接的に原子炉燃料冷却圧力の圧力を計測することにより監視可能
	燃料冷却圧力(SI)	1	1	1	燃料冷却圧力(SI)	1	1	1	直接的に燃料冷却圧力の圧力を計測することにより監視可能
	燃料冷却圧力(SI)	1	1	1	燃料冷却圧力(SI)	1	1	1	直接的に燃料冷却圧力の圧力を計測することにより監視可能
	燃料冷却圧力(SI)	1	1	1	燃料冷却圧力(SI)	1	1	1	直接的に燃料冷却圧力の圧力を計測することにより監視可能
	燃料冷却圧力(SI)	1	1	1	燃料冷却圧力(SI)	1	1	1	直接的に燃料冷却圧力の圧力を計測することにより監視可能
	燃料冷却圧力(SI)	1	1	1	燃料冷却圧力(SI)	1	1	1	直接的に燃料冷却圧力の圧力を計測することにより監視可能
	燃料冷却圧力(SI)	1	1	1	燃料冷却圧力(SI)	1	1	1	直接的に燃料冷却圧力の圧力を計測することにより監視可能
	燃料冷却圧力(SI)	1	1	1	燃料冷却圧力(SI)	1	1	1	直接的に燃料冷却圧力の圧力を計測することにより監視可能
	燃料冷却圧力(SI)	1	1	1	燃料冷却圧力(SI)	1	1	1	直接的に燃料冷却圧力の圧力を計測することにより監視可能
	燃料冷却圧力(SI)	1	1	1	燃料冷却圧力(SI)	1	1	1	直接的に燃料冷却圧力の圧力を計測することにより監視可能
燃料冷却圧力(SI)	1	1	1	燃料冷却圧力(SI)	1	1	1	直接的に燃料冷却圧力の圧力を計測することにより監視可能	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

対応手段	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	
低圧代替注水系統 (常設) による原子炉注水 (2/4)	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	原子炉水位 (SA広帯域)	1	1	1	直接的に原子炉水位を計測することにより監視可能
	原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	原子炉水位 (SA燃料)	1	1	1	直接的に原子炉水位を計測することにより監視可能
	原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	原子炉水位 (SA燃料)	1	1	1	直接的に原子炉水位を計測することにより監視可能
	原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	原子炉水位 (SA燃料)	1	1	1	直接的に原子炉水位を計測することにより監視可能
	原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	原子炉水位 (SA燃料)	1	1	1	直接的に原子炉水位を計測することにより監視可能
	原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	原子炉水位 (SA燃料)	1	1	1	直接的に原子炉水位を計測することにより監視可能
	原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	原子炉水位 (SA燃料)	1	1	1	直接的に原子炉水位を計測することにより監視可能
	原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	原子炉水位 (SA燃料)	1	1	1	直接的に原子炉水位を計測することにより監視可能
	原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	原子炉水位 (SA燃料)	1	1	1	直接的に原子炉水位を計測することにより監視可能
	原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	原子炉水位 (SA燃料)	1	1	1	直接的に原子炉水位を計測することにより監視可能
原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	原子炉水位 (SA燃料)	1	1	1	直接的に原子炉水位を計測することにより監視可能	

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

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

対応手段	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	
低圧原子炉冷却系 (常設) による原子炉注水	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	原子炉水位 (SA)	1	1	1	直接的に原子炉水位を計測することにより監視可能
	原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	原子炉水位 (SA)	1	1	1	直接的に原子炉水位を計測することにより監視可能
	原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	原子炉水位 (SA)	1	1	1	直接的に原子炉水位を計測することにより監視可能
	原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	原子炉水位 (SA)	1	1	1	直接的に原子炉水位を計測することにより監視可能
	原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	原子炉水位 (SA)	1	1	1	直接的に原子炉水位を計測することにより監視可能
	原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	原子炉水位 (SA)	1	1	1	直接的に原子炉水位を計測することにより監視可能
	原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	原子炉水位 (SA)	1	1	1	直接的に原子炉水位を計測することにより監視可能
	原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	原子炉水位 (SA)	1	1	1	直接的に原子炉水位を計測することにより監視可能
	原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	原子炉水位 (SA)	1	1	1	直接的に原子炉水位を計測することにより監視可能
	原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	原子炉水位 (SA)	1	1	1	直接的に原子炉水位を計測することにより監視可能

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
有効性評価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

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

対応手段	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	計器状態	計器名称	計器数	計器状態	計器故障等	SBO
代替燃料容器スプレッドシステム(常設)による原子炉燃料容器冷却	低圧代替注水流量(燃料容器下部注水)	1	1	原子炉水位(SA)	1	1	水質である低圧代替注水流量(SA)の水位変化より代替注水流量を監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	低圧代替注水流量(燃料容器下部注水)	1	1	原子炉水位(SA)	1	1	低圧代替注水流量(燃料容器下部注水)の水位変化より代替注水流量を監視可能	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

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

対応手段	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	計器状態	計器名称	計器数	計器状態	計器故障等	SBO
低圧代替注水(常設)による原子炉注水(3/4)	原子炉水位(SA広帯域)	1	1	原子炉水位(広帯域)	2	2	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	原子炉水位(燃料域)	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】
有効性評価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

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

対応手段	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	計器状態	計器名称	計器数	計器状態	計器故障等	SBO
低圧代替注水(常設)による原子炉注水	原子炉水位(SA)	1	1	原子炉水位(SA)	1	1	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	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉水位(SA)	1	1	原子炉水位(SA)	1	1		

重大事故等対処に係る監視事項

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

対応手段	抽出バロメータを計測する計器		補助バロメータ 分類理由		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	バロメータ 分類	理由	計器名称	計器数	直後	長期計測し復 元した時
格納容器圧力及び蒸気発生率等による原子炉格納容器冷却	格納容器内圧力(S/C)	1	①	-	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1
	格納容器内圧力(D/W)	1	①	-	格納容器内圧力(D/W)	1	1	1
	格納容器内圧力(S/C)	1	①	-	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1
	サブプレッジョン・チェンバ・プール水位	1	①	-	サブプレッジョン・チェンバ・プール水位	1	1	1
	格納容器内空室放射線レベル(D/W)	2	①	-	格納容器内圧力(S/C)	2	0	0
	格納容器内空室放射線レベル(S/C)	2	①	-	格納容器内圧力(D/W)	2	0	0
	フィルタ装置入口圧力	1	①	-	格納容器内圧力(S/C)	1	1	1
	フィルタ装置出口放射線モニタ	2	①	-	エア放射線モニタ	2	0	0
	フィルタ装置急凍フィルタ差	2	①	-	エア放射線モニタ	2	0	0
					格納容器内圧力(D/W)	1	1	1

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

対応手段	抽出バロメータを計測する計器		補助バロメータ 分類理由		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	バロメータ 分類	理由	計器名称	計器数	直後	長期計測し復 元した時
駆込代替注水系統(常設)による原子炉注水(4/4)	駆込代替注水系統(常設)による原子炉注水(4/4)	1	①	-	駆込代替注水系統(常設)による原子炉注水(4/4)	1	1	1
	駆込代替注水系統(常設)による原子炉注水(4/4)	1	①	-	駆込代替注水系統(常設)による原子炉注水(4/4)	1	1	1
	駆込代替注水系統(常設)による原子炉注水(4/4)	1	①	-	駆込代替注水系統(常設)による原子炉注水(4/4)	1	1	1
	駆込代替注水系統(常設)による原子炉注水(4/4)	1	①	-	駆込代替注水系統(常設)による原子炉注水(4/4)	1	1	1
	駆込代替注水系統(常設)による原子炉注水(4/4)	1	①	-	駆込代替注水系統(常設)による原子炉注水(4/4)	1	1	1
	駆込代替注水系統(常設)による原子炉注水(4/4)	1	①	-	駆込代替注水系統(常設)による原子炉注水(4/4)	1	1	1
	駆込代替注水系統(常設)による原子炉注水(4/4)	1	①	-	駆込代替注水系統(常設)による原子炉注水(4/4)	1	1	1
	駆込代替注水系統(常設)による原子炉注水(4/4)	1	①	-	駆込代替注水系統(常設)による原子炉注水(4/4)	1	1	1
	駆込代替注水系統(常設)による原子炉注水(4/4)	1	①	-	駆込代替注水系統(常設)による原子炉注水(4/4)	1	1	1
	駆込代替注水系統(常設)による原子炉注水(4/4)	1	①	-	駆込代替注水系統(常設)による原子炉注水(4/4)	1	1	1

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

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
有効性評価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

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

対応手段	抽出バロメータを計測する計器		補助バロメータ 分類理由		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	バロメータ 分類	理由	計器名称	計器数	直後	長期計測し復 元した時
駆込代替注水系統(常設)による原子炉注水	駆込代替注水系統(常設)による原子炉注水	1	①	-	駆込代替注水系統(常設)による原子炉注水	1	1	1
	駆込代替注水系統(常設)による原子炉注水	1	①	-	駆込代替注水系統(常設)による原子炉注水	1	1	1
	駆込代替注水系統(常設)による原子炉注水	1	①	-	駆込代替注水系統(常設)による原子炉注水	1	1	1
	駆込代替注水系統(常設)による原子炉注水	1	①	-	駆込代替注水系統(常設)による原子炉注水	1	1	1
	駆込代替注水系統(常設)による原子炉注水	1	①	-	駆込代替注水系統(常設)による原子炉注水	1	1	1
	駆込代替注水系統(常設)による原子炉注水	1	①	-	駆込代替注水系統(常設)による原子炉注水	1	1	1
	駆込代替注水系統(常設)による原子炉注水	1	①	-	駆込代替注水系統(常設)による原子炉注水	1	1	1
	駆込代替注水系統(常設)による原子炉注水	1	①	-	駆込代替注水系統(常設)による原子炉注水	1	1	1
	駆込代替注水系統(常設)による原子炉注水	1	①	-	駆込代替注水系統(常設)による原子炉注水	1	1	1
	駆込代替注水系統(常設)による原子炉注水	1	①	-	駆込代替注水系統(常設)による原子炉注水	1	1	1

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

対応手段	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	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
代替循環冷却系による原子炉注水及び格納容器除熱※ (1/5)	ドライウエル圧力	1	1	1	①	-	サブプレッション・チェンパ圧力	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 飽和温度/圧力の関係から、ドライウエル雰囲気温度により代替監視可能 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	監視事項は抽出パラメータにて確認
	サブプレッション・チェンパ圧力	1	1	1	①	-	ドライウエル圧力	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 飽和温度/圧力の関係から、サブプレッション・チェンパ雰囲気温度により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	サブプレッション・プール水温度	3	3	3	①	-	サブプレッション・チェンパ圧力	2	0	0	監視可能であればサブプレッション・チェンパ圧力(常用計器)により代替監視可能 サブプレッション・チェンパ雰囲気温度の温度変化によりサブプレッション・プール水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

※有効性評価上考慮しない操作
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

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

対応手段	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	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
格納容器冷却システム系(可搬型)による原子炉注水及び格納容器除熱	サブプレッション・チェンパ圧力(SA)	1	1	1	①	-	代替注水流量(常設) 低圧原子炉代替注水流量(格納風扇) 格納容器代替スプレイ流量 ベグスタル代替注水流量(格納風扇)	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 低圧原子炉代替注水流量、低圧原子炉代替注水流量、ベグスタル代替注水流量、ベグスタル代替注水流量のうち格納風扇による流量は監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認	監視事項は主要パラメータにて確認
	ドライウエル圧力(SA)	2	2	2	①	-	サブプレッション・チェンパ圧力(SA)	2	2	2	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 飽和温度/圧力の関係から、ドライウエル圧力(SA)又はベグスタル温度(SA)により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	サブプレッション・チェンパ圧力(SA)	2	2	2	①	-	代替注水流量(常設) 低圧原子炉代替注水流量(格納風扇) 格納容器代替スプレイ流量 ベグスタル代替注水流量(格納風扇)	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 低圧原子炉代替注水流量、低圧原子炉代替注水流量、ベグスタル代替注水流量、ベグスタル代替注水流量のうち格納風扇による流量は監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認	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】
有効性評価から抽出される監視計器の相違

<p>柏崎刈羽原子力発電所 6 / 7号炉 (2017. 12. 20 版)</p>	<p>東海第二発電所 (2018. 9. 18 版)</p>	<p>島根原子力発電所 2号炉</p>	<p>備考</p> <ul style="list-style-type: none"> ・設備の相違 【柏崎 6/7, 東海第二】 有効性評価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

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

対応手段	抽出パラメータを計画する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計画する計器				評価		
	計器数	直後	SBO状態 負荷切り直し後	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状態 負荷切り直し後	評価内容等	SBO
監視装置のアルファベント系による原子炉 機殻冷却機能	2	2	1	①	—	[エリア放射線モニタ]	18	0	0	エリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	2	2	1	①	—	[エリア放射線モニタ]	18	0	0	エリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	8	8	8	①	—						
スクラパ容器水位	4	4	4	①	—	ドライウエア圧力 (SA) サブレッション・チェンバ 圧力 (SA)	2	2	2	原子炉機殻容器内圧力が傾向監視により、機殻容器 フィルタメント系の確信性を代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	1	1	1	①	—						

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

対応手段	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		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	SBO	
代替循環冷却系による原子炉注水及び格納容器除熱※(2/5)	原子炉圧力	2	2	2	①	-	原子炉圧力 (SA)	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
							原子炉水位 (広帯域)	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内が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容器温度より代替監視可能	
	原子炉圧力 (SA)	2	2	1	①	-	原子炉圧力	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
							原子炉水位 (広帯域)	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内が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容器温度より代替監視可能	
							原子炉水位 (SA広帯域)	1	1		
							原子炉水位 (SA燃料域)	1	1		
							原子炉圧力容器温度	4	4		

※有効性評価上考慮しない操作
 ①：重要監視パラメータ, ②：補助監視パラメータ, ③：補助パラメータ

・設備の相違
 【柏崎6/7, 東海第二】
 有効性評価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

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

対応手段	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	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			
代替循環冷却系による原子炉注水及び格納容器除熱装置(3/5)	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	原子炉水位 (SA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		
	原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	原子炉水位 (SA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)	1	1	1			
					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)	1	1	1			
					代替格納冷却系原子炉注水量	2	2	2		原子炉圧力容器へ注水している系統の注水量と崩壊蒸除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視が可能	監視事項は抽出バロメータにて確認
					原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	1			
					高圧炉心スプレイ系統流量	1	0	0			
				残留熱除去系統流量	3	0	0				
				低圧炉心スプレイ系統流量	1	0	0				
				原子炉圧力	2	2	2	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及びサプレッション・チェンバールの差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能		

※有効性評価上考慮しない操作

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

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
有効性評価から抽出される監視計器の相違

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
有効性評価から抽出
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

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

対応手段	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	SDO影響 直後 負荷切り離し後	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	SDO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等
代替循環冷却系に よる原子炉圧力及 び燃料温度異常 (4/5)	原子炉水位 (広帯域)	2	1		原子炉水位 (広帯域)	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る。監視可能		
	原子炉水位 (燃料域)	2	2		原子炉水位 (燃料域)	2	2			
	低圧代替注水冷却系原子炉注 水流量 (常設ライン用)	1	1		低圧代替注水冷却系原子炉注 水流量 (常設ライン用)	1	1			
	低圧代替注水冷却系原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1	1		低圧代替注水冷却系原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1	1			
	低圧代替注水冷却系原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1	1		低圧代替注水冷却系原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1	1			
	低圧代替注水冷却系原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1	1		低圧代替注水冷却系原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1	1			
	低圧代替注水冷却系原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1	1		低圧代替注水冷却系原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1	1			
	低圧代替注水冷却系原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1	1		低圧代替注水冷却系原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1	1			
	低圧代替注水冷却系原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1	1		低圧代替注水冷却系原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1	1			
	低圧代替注水冷却系原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1	1		低圧代替注水冷却系原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1	1			
	低圧代替注水冷却系原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1	1		低圧代替注水冷却系原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1	1			
	低圧代替注水冷却系原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1	1		低圧代替注水冷却系原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1	1			

※有効性評価上考慮しない機器
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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

対応手段	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		
代替循環冷却系による原子炉注水及び格納容器除熱※(5/5)	代替循環冷却系格納容器スプレイ流量	2	2	2	代替循環冷却系原子炉注水流量	2	2	2	ポンプの吐出圧力からポンプの注水特性を用いて流量を推定し、この流量と代替循環冷却系原子炉注水流量の差分から格納容器スプレイ流量を代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
			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	
代替格納容器スプレイ冷却系(常設)による格納容器冷却(1/5)	ドライウエル圧力	1	1	1	ドライウエル雰囲気温度	8	8	8	飽和温度/圧力の関係から、ドライウエル雰囲気温度により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
					[ドライウエル圧力]	2	0	0	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	
サブプレッション・チェンバ圧力	サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	1	ドライウエル圧力	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	1	1	1	1	2	飽和温度/圧力の関係から、サブプレッション・チェンバ雰囲気温度により代替監視可能	
					[サブプレッション・チェンバ圧力]	2	0	0	監視可能であればサブプレッション・チェンバ圧力(常用計器)により代替監視可能	

※有効性評価上考慮しない操作
 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】
 有効性評価から抽出される監視計器の相違

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
 有効性評価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

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

対応手段	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 1 負荷切り離し後 2	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 1 負荷切り離し後 2	計器故障等	SBO	
代替格納容器スプレイ冷却系(常設)による格納容器冷却 (2/5)	原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1			原子炉水位 (S.A.広帯域)	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		
	原子炉水位 (燃料域)	2	2	①		原子炉水位 (燃料域)	1	1			
						高圧代替注水系統流量	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 (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			
						代替循環冷却系原子炉注水流量	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	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統流量	1	1	1		
						高圧中心スプレイ系統流量	1	0	0		
						残留熱除去系統流量	3	0	0		
					低圧中心スプレイ系統流量	1	0	0			
					原子炉圧力	2	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力 (S.A.)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		
					サブプレッション・チェンバ圧力	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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

対応手段	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		計器設備等	SBO
			直後	負荷切り離した後			直後	負荷切り離した後		
代替格納容器スプレッド冷却系(常設)による格納容器冷却(3/5)	原子炉水位 (S A広帯域)	1	1	1	原子炉水位 (広帯域)	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
	原子炉水位 (S A燃料域)	1	1	1	原子炉水位 (燃料域)	2	2	1		
					高圧代替注水系統流量	1	1	1		
					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 (常設ライン表帯域用)	1	1	1		
					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 (可搬ライン表帯域用)	1	1	1		
					代替循環冷却系原子炉注水量	2	2	2		
					原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	1		
					高圧炉心スプレイス系統流量	1	0	0		
					残留熱除去系統流量	3	0	0		
					低圧炉心スプレイス系統流量	1	0	0		
					原子炉圧力	2	2	2		
					原子炉圧力 (S Aサブプレッション・チェンバ圧力)	2	2	2		
					原子炉圧力	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】
有効性評価から抽出される監視計器の相違

・設備の相違
 【柏崎6/7, 東海第二】
 有効性評価から抽出
 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

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

対応手段	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		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	負荷切り離した後					直後	負荷切り離した後		
代替格納容器スプレッド冷却系(常設)による格納容器冷却(4/5)	低圧代替注水系格納容器スプレッド流量(常設ライン用)	1	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ッド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(常設ライン用)	1	1	1	①	-	代替淡水貯槽水位 西側淡水貯槽水位 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)	1 1 2 2 1 1	1 1 2 2 1 1	1 1 1 1 1 1	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, 低圧代替注水系原子炉注水流量の代替監視可能 前接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

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.1 高圧・低圧注水機能喪失

対応手段	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				
格納容器圧力速がし装置等による格納容器除熱(2/2)	格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W)	2	2	2	①	-	格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C)	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
	格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C)	2	2	2	①	-	格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W)	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
	フィルタ装置圧力	1	1	1	①	-	ドライウエル圧力 サブプレッション・チェンバ 圧力	1	1	1	格納容器内圧力の傾向監視により、格納容器逃がし装置の健全性を代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	フィルタ装置出口放射線モニタ (高レンジ・低レンジ)	2 1	2 1	2 1	① ①	- -	フィルタ装置スクラビング 水温度	1	1	1	飽和温度/圧力の関係から、フィルタ装置スクラビング水温度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】
有効性評価から抽出
される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

2.2 高圧注水・減圧機能喪失

対応手段	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	抽出パラメータ 分類理由	計器数	計器名称	SBO影響 区分(1)高圧注水 を包含した場合	
原子炉システム確認	4	平均出力領域モニタ	①	10	計器数 計器名称	10	2
	10	平均出力領域モニタ	①	4	計器数 計器名称	4	1
高圧注水機能喪失確認	3	原子炉水位(SA)	①	1	計器数 計器名称	1	1
	1	原子炉水位(SA)	①	1	計器数 計器名称	1	1
	1	原子炉水位(SA)	①	1	計器数 計器名称	1	1
	1	原子炉水位(SA)	①	1	計器数 計器名称	1	1
	1	原子炉水位(SA)	①	1	計器数 計器名称	1	1
	1	原子炉水位(SA)	①	1	計器数 計器名称	1	1
	1	原子炉水位(SA)	①	1	計器数 計器名称	1	1
	1	原子炉水位(SA)	①	1	計器数 計器名称	1	1
	1	原子炉水位(SA)	①	1	計器数 計器名称	1	1
	1	原子炉水位(SA)	①	1	計器数 計器名称	1	1

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.2 高圧注水・減圧機能喪失

対応手段	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	抽出パラメータ 分類理由	計器数	計器名称	SBO影響 区分(1)高圧注水 を包含した場合	
原子炉システム確認	2	平均出力領域計表	①	8	計器数 計器名称	8	0
	8	起動領域計表	①	2	計器数 計器名称	2	0
高圧注水機能喪失 確認 (1/3)	1	原子炉水位(SA)	①	1	計器数 計器名称	1	1
	1	原子炉水位(SA)	①	1	計器数 計器名称	1	1
	1	原子炉水位(SA)	①	1	計器数 計器名称	1	1
	1	原子炉水位(SA)	①	1	計器数 計器名称	1	1
	1	原子炉水位(SA)	①	1	計器数 計器名称	1	1
	1	原子炉水位(SA)	①	1	計器数 計器名称	1	1
	1	原子炉水位(SA)	①	1	計器数 計器名称	1	1
	1	原子炉水位(SA)	①	1	計器数 計器名称	1	1
	1	原子炉水位(SA)	①	1	計器数 計器名称	1	1
	1	原子炉水位(SA)	①	1	計器数 計器名称	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

2.2 高圧注水・減圧機能喪失

対応手段	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	抽出パラメータ 分類理由	計器数	計器名称	SBO影響 区分(1)高圧注水 を包含した場合	
外部電源喪失及び原子炉システム確認	6	平均出力領域計表	①	4	計器数 計器名称	4	0
	1	原子炉水位(SA)	①	1	計器数 計器名称	1	0
高圧注水・減圧機能喪失確認	2	原子炉水位(SA)	①	1	計器数 計器名称	1	1
	1	原子炉水位(SA)	①	1	計器数 計器名称	1	1
	1	原子炉水位(SA)	①	1	計器数 計器名称	1	1
	1	原子炉水位(SA)	①	1	計器数 計器名称	1	1
	1	原子炉水位(SA)	①	1	計器数 計器名称	1	1
	1	原子炉水位(SA)	①	1	計器数 計器名称	1	1
	1	原子炉水位(SA)	①	1	計器数 計器名称	1	1
	1	原子炉水位(SA)	①	1	計器数 計器名称	1	1
	1	原子炉水位(SA)	①	1	計器数 計器名称	1	1
	1	原子炉水位(SA)	①	1	計器数 計器名称	1	1

備考
・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
有効性評価から抽出
される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

2.2 高圧注水・減圧機能喪失

対応手段	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価		
		計器数	SBO影響 直接	計器名称	計器数	SBO影響 直接	計器故障等	SBO
高圧注水機能喪失確認 (2 / 3)	原子炉冷却時冷却系統流量	1	1	0	①	1	1	水源である低圧循環槽水位(SA)の水位変化より代償監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認
	高圧中心注水系統流量	2	2	0	①	2	2	高圧中心注水系統流量と原子炉水位の変化より代償監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認
	低圧中心注水系統流量	3	3	1	①	3	3	水源である低圧循環槽水位(SA)の水位変化より代償監視可能 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

2.2 高圧注水・減圧機能喪失

対応手段	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価		
		計器数	SBO影響 直接	計器名称	計器数	SBO影響 直接	計器故障等	SBO
高圧注水機能喪失 確認 (2 / 3)	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2 2	2 2	1 ①	①	2 2	2 2	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炉内水位の変化より代償監視可能 監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	①	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 原子炉水位から原子炉圧力容器内の水位を推定し、飽和蒸気圧力と原子炉圧力の関係から原子炉圧力を推定可能 監視事項は主要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

2.2 高圧注水・減圧機能喪失

対応手段	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価		
		計器数	SBO影響 直接	計器名称	計器数	SBO影響 直接	計器故障等	SBO
高圧注水・減圧機能喪失確認	原子炉水位 (SA)	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 監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	①	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 原子炉水位から原子炉圧力容器内の水位を推定し、飽和蒸気圧力と原子炉圧力の関係から原子炉圧力を推定可能 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】
有効性評価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

2.2 高圧注水・減圧機能喪失

対応手段	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								
高圧注水機能喪失 確認 (3/3)	原子炉圧力	1	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認						
											原子炉圧力(広帯域)	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認
											原子炉圧力(燃料)	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
											原子炉圧力(燃料)	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
											原子炉圧力(燃料)	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
											原子炉圧力(燃料)	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
											原子炉圧力(燃料)	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
											原子炉圧力(燃料)	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
											原子炉圧力(燃料)	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
											原子炉圧力(燃料)	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
											原子炉圧力(燃料)	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
											原子炉圧力(燃料)	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
											原子炉圧力(燃料)	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
											原子炉圧力(燃料)	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
											原子炉圧力(燃料)	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認

※ 有効評価と評価しない欄付

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.2 高圧注水・減圧機能喪失

対応手段	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								
高圧注水機能喪失 確認 (3/3)	原子炉圧力	2	2	1	2	2	2	2	2	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	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
											原子炉圧力 (広帯域)	2	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
											原子炉圧力 (燃料)	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
											原子炉圧力 (燃料)	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
											原子炉圧力 (燃料)	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
											原子炉圧力 (燃料)	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
											原子炉圧力 (燃料)	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
											原子炉圧力 (燃料)	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
											原子炉圧力 (燃料)	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
											原子炉圧力 (燃料)	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
											原子炉圧力 (燃料)	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
											原子炉圧力 (燃料)	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
											原子炉圧力 (燃料)	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
											原子炉圧力 (燃料)	1	1	1	1	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

2.2 高圧注水・減圧機能喪失

対応手段	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								
高圧注水・減圧機能喪失確認	原子炉圧力 (SA)	1	1	0	2	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認						
											原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認
											原子炉圧力 (広帯域)	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認
											原子炉圧力 (燃料)	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
											原子炉圧力 (燃料)	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
											原子炉圧力 (燃料)	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
											原子炉圧力 (燃料)	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
											原子炉圧力 (燃料)	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
											原子炉圧力 (燃料)	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
											原子炉圧力 (燃料)	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
											原子炉圧力 (燃料)	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
											原子炉圧力 (燃料)	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
											原子炉圧力 (燃料)	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
											原子炉圧力 (燃料)	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
											原子炉圧力 (燃料)	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認

備考
・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
有効性評価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

2.2 高圧注水・減圧機能喪失

対応手段	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
	計器名称	計器数	計器数		計器名称	計器数	計器数	
代目自動注水ロジック 動作確認	原子炉圧力(SA)	1	1	①	原子炉圧力	3	3	1
	原子炉圧力(SA)	3	3	①	原子炉圧力(広帯域) 原子炉圧力(燃料域) 原子炉圧力(SA)	3 3 1	3 3 1	1 1 1
	原子炉圧力	3	3	①	原子炉圧力(広帯域) 原子炉圧力(燃料域) 原子炉圧力(SA)	3 3 1	3 3 1	1 1 1
	原子炉圧力(SA)	1	1	①	原子炉圧力(広帯域) 原子炉圧力(燃料域) 原子炉圧力(SA)	3 3 1	3 3 1	1 1 1
	原子炉圧力(広帯域) 原子炉圧力(燃料域)	2	2	①	原子炉圧力(広帯域) 原子炉圧力(燃料域) 原子炉圧力(SA)	3 3 1	3 3 1	1 1 1
	原子炉圧力(SA)	1	1	①	原子炉圧力(広帯域) 原子炉圧力(燃料域) 原子炉圧力(SA)	3 3 1	3 3 1	1 1 1
	原子炉圧力(広帯域) 原子炉圧力(燃料域)	2	2	①	原子炉圧力(広帯域) 原子炉圧力(燃料域) 原子炉圧力(SA)	3 3 1	3 3 1	1 1 1
	原子炉圧力(SA)	1	1	①	原子炉圧力(広帯域) 原子炉圧力(燃料域) 原子炉圧力(SA)	3 3 1	3 3 1	1 1 1
	原子炉圧力(広帯域) 原子炉圧力(燃料域)	2	2	①	原子炉圧力(広帯域) 原子炉圧力(燃料域) 原子炉圧力(SA)	3 3 1	3 3 1	1 1 1

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.2 高圧注水・減圧機能喪失

対応手段	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
	計器名称	計器数	計器数		計器名称	計器数	計器数	
高圧代替注水系による原子炉注水※ (1/2)	原子炉水位 (SA広帯域) 原子炉水位 (SA燃料域)	1 1	1 1	① ①	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 高圧代替注水系統流量	2 2 1	2 2 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	① ①	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 高圧代替注水系統流量	2 2 1	2 2 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	① ①	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 高圧代替注水系統流量	2 2 1	2 2 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	① ①	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 高圧代替注水系統流量	2 2 1	2 2 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	① ①	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 高圧代替注水系統流量	2 2 1	2 2 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	① ①	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 高圧代替注水系統流量	2 2 1	2 2 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	① ①	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 高圧代替注水系統流量	2 2 1	2 2 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	① ①	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 高圧代替注水系統流量	2 2 1	2 2 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	① ①	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 高圧代替注水系統流量	2 2 1	2 2 1	1 1 1

※有効性評価上考慮しない動作
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

2.2 高圧注水・減圧機能喪失

対応手段	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	
	計器名称	計器数	計器数		計器名称	計器数	計器数		
高圧原子炉代替注水系による原子炉注水※	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2 2	2 2	① ①	原子炉水位 (SA) 高圧原子炉代替注水流量 代替注水流量 (常設) 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量 (燃料域用) 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイポンプ出口流量 残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 残熱除去ポンプ出口流量 原子炉圧力 原子炉圧力 (SA) サブレーション・チェンバ ン圧力	1 1 1 2 2 1 1 3 1 1 2 2 1 1 1 2	1 1 1 2 2 1 1 0 0 0 0 2 2 1 1 1 1 1 1	1 1 1 2 2 1 1 0 0 0 0 1 1 1 1 1 1 1 1	直線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射線的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) とサブレーション・チェンバレン圧力の差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能 監視事項は主要パラメータにて確認

※ 有効性評価上考慮しない動作

備考
・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
有効性評価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

2.2 高圧注水・減圧機能喪失

対応手段	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	計器名称	計器数	計器名称	
機組停止(機組停止)による原子炉注水停止	1	原子炉注水圧力(SA)	①	原子炉注水圧力(SA)	監視事項は主要バロメータにて確認
			②	原子炉注水圧力(SA)	
			③	原子炉注水圧力(SA)	
			④	原子炉注水圧力(SA)	
			⑤	原子炉注水圧力(SA)	
			⑥	原子炉注水圧力(SA)	
			⑦	原子炉注水圧力(SA)	
			⑧	原子炉注水圧力(SA)	
			⑨	原子炉注水圧力(SA)	
			⑩	原子炉注水圧力(SA)	
高圧代注注水系による原子炉注水停止	3	原子炉注水圧力(SA)	①	原子炉注水圧力(SA)	監視事項は主要バロメータにて確認
			②	原子炉注水圧力(SA)	
			③	原子炉注水圧力(SA)	
			④	原子炉注水圧力(SA)	
			⑤	原子炉注水圧力(SA)	
			⑥	原子炉注水圧力(SA)	
			⑦	原子炉注水圧力(SA)	
			⑧	原子炉注水圧力(SA)	
			⑨	原子炉注水圧力(SA)	
			⑩	原子炉注水圧力(SA)	
機組停止(機組停止)による原子炉注水停止	3	原子炉注水圧力(SA)	①	原子炉注水圧力(SA)	監視事項は主要バロメータにて確認
			②	原子炉注水圧力(SA)	
			③	原子炉注水圧力(SA)	
			④	原子炉注水圧力(SA)	
			⑤	原子炉注水圧力(SA)	
			⑥	原子炉注水圧力(SA)	
			⑦	原子炉注水圧力(SA)	
			⑧	原子炉注水圧力(SA)	
			⑨	原子炉注水圧力(SA)	
			⑩	原子炉注水圧力(SA)	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

2.2 高圧注水・減圧機能喪失

対応手段	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	計器名称	計器数	計器名称	
高圧代注注水系による原子炉注水停止(2/2)	2	原子炉注水圧力(SA)	①	原子炉注水圧力(SA)	監視事項は主要バロメータにて確認
			②	原子炉注水圧力(SA)	
			③	原子炉注水圧力(SA)	
			④	原子炉注水圧力(SA)	
			⑤	原子炉注水圧力(SA)	
			⑥	原子炉注水圧力(SA)	
			⑦	原子炉注水圧力(SA)	
			⑧	原子炉注水圧力(SA)	
			⑨	原子炉注水圧力(SA)	
			⑩	原子炉注水圧力(SA)	
高圧代注注水系による原子炉注水停止	2	原子炉注水圧力(SA)	①	原子炉注水圧力(SA)	監視事項は主要バロメータにて確認
			②	原子炉注水圧力(SA)	
			③	原子炉注水圧力(SA)	
			④	原子炉注水圧力(SA)	
			⑤	原子炉注水圧力(SA)	
			⑥	原子炉注水圧力(SA)	
			⑦	原子炉注水圧力(SA)	
			⑧	原子炉注水圧力(SA)	
			⑨	原子炉注水圧力(SA)	
			⑩	原子炉注水圧力(SA)	

※有効性評価上考慮しない動作

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

2.2 高圧注水・減圧機能喪失

対応手段	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	計器名称	計器数	計器名称	
高圧代注注水系による原子炉注水停止	1	原子炉注水圧力(SA)	①	原子炉注水圧力(SA)	監視事項は主要バロメータにて確認
			②	原子炉注水圧力(SA)	
			③	原子炉注水圧力(SA)	
			④	原子炉注水圧力(SA)	
			⑤	原子炉注水圧力(SA)	
			⑥	原子炉注水圧力(SA)	
			⑦	原子炉注水圧力(SA)	
			⑧	原子炉注水圧力(SA)	
			⑨	原子炉注水圧力(SA)	
			⑩	原子炉注水圧力(SA)	

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
有効性評価から抽出される監視計器の相違

※有効性評価上考慮しない動作

重大事故等対処に係る監視事項

2.2 高圧注水・減圧機能喪失

Table with columns: 対応手段, 計器名称, 計器数, バラメータ分類, 補助バラメータ分類理由, SBO影響, 評価. It lists monitoring items for high pressure injection and pressure reduction function loss 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

2.2 高圧注水・減圧機能喪失

Table with columns: 対応手段, 計器名称, 計器数, バラメータ分類, 補助バラメータ分類理由, SBO影響, 評価. It lists monitoring items for high pressure injection and pressure reduction function loss at the東海第二 nuclear power plant.

①: 重要監視バラメータ, ②: 有効監視バラメータ, ③: 補助バラメータ

重大事故等対処に係る監視事項

2.2 高圧注水・減圧機能喪失

Table with columns: 対応手段, 計器名称, 計器数, バラメータ分類, 補助バラメータ分類理由, SBO影響, 評価. It lists monitoring items for high pressure injection and pressure reduction function loss at the島根 nuclear power plant.

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
有効性評価から抽出
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

2.2 高圧注水・減圧機能喪失

対応手段	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				
過渡時自動減圧機能動作確認 (2/2)	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2 2	2 2	1 1	① ①	原子炉水位 (S.A.広帯域)	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	監視事項は抽出パラメータにて確認
						原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	1		
						高圧代替注水系統流量	1	1	1	1		
						低圧代替注水系統原子炉注水量 (常設ライン用)	1	1	1	1		
						低圧代替注水系統原子炉注水量 (常設ライン狭帯域用)	1	1	1	1		
						低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1	1	1		
						低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン狭帯域用)	1	1	1	1		
						代替循環冷却系原子炉注水量	2	2	2	2		
						原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	1	1		
						高圧炉心スプレイ系統流量	1	0	0	0		
						残留熱除去系統流量	3	0	0	0		
						低圧炉心スプレイ系統流量	1	0	0	0		
						原子炉圧力	2	2	2	2		
						サブプレッション・チェン	2	2	2	2		
						パ圧力	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

2.2 高圧注水・減圧機能喪失

対応手段	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				
代替自動減圧機能動作確認	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2 2	2 2	1 1	① ①	原子炉水位 (S.A.)	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	監視事項は主要パラメータにて確認
						高圧原子炉代替注水量	1	1	1	1		
						代替注水量 (常設)	1	1	1	1		
						低圧原子炉代替注水量 (狭帯域用)	2	2	2	2		
						低圧原子炉代替注水量 (狭帯域用)	2	2	2	2		
						原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量	1	1	1	1		
						高圧炉心スプレイポンプ出口流量	1	0	0	0		
						残留熱除去ポンプ出口流量	3	0	0	0		
						低圧炉心スプレイポンプ出口流量	1	0	0	0		
						残留熱代替除去系原子炉注水量	1	1	1	1		
						原子炉圧力	2	2	2	2		
						原子炉圧力 (S.A.)	1	1	1	1		
						サブプレッション・チェンパ	2	2	2	2		
						圧力 (S.A.)	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】
有効性評価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

対应手段	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	ハロメータ 分類	計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器故障等	SDI				
高圧注水・減圧機能喪失	駆込心スプレイ系及び残留熱除去系(低圧注水系)による原子炉注水(1/3)	原子炉注水圧力(SA)	2	2	2	①	原子炉注水圧力(SA)	2	2	1	①	監視事項は抽出バロメータにて確認		
		原子炉注水圧力(SA)	2	2	2	①	原子炉注水圧力(SA)	2	2	2	2	1	監視事項は抽出バロメータにて確認	
		原子炉注水圧力(SA)	2	2	2	①	原子炉注水圧力(SA)	2	2	2	2	2	1	監視事項は抽出バロメータにて確認
		原子炉注水圧力(SA)	2	2	2	①	原子炉注水圧力(SA)	2	2	2	2	2	1	監視事項は抽出バロメータにて確認
		原子炉注水圧力(SA)	2	2	2	①	原子炉注水圧力(SA)	2	2	2	2	2	1	監視事項は抽出バロメータにて確認
		原子炉注水圧力(SA)	2	2	2	①	原子炉注水圧力(SA)	2	2	2	2	2	1	監視事項は抽出バロメータにて確認
		原子炉注水圧力(SA)	2	2	2	①	原子炉注水圧力(SA)	2	2	2	2	2	1	監視事項は抽出バロメータにて確認
		原子炉注水圧力(SA)	2	2	2	①	原子炉注水圧力(SA)	2	2	2	2	2	1	監視事項は抽出バロメータにて確認
		原子炉注水圧力(SA)	2	2	2	①	原子炉注水圧力(SA)	2	2	2	2	2	1	監視事項は抽出バロメータにて確認
		原子炉注水圧力(SA)	2	2	2	①	原子炉注水圧力(SA)	2	2	2	2	2	1	監視事項は抽出バロメータにて確認

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

対应手段	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	ハロメータ 分類	計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器故障等	SDI				
高圧注水・減圧機能喪失	駆込心スプレイ系及び残留熱除去系(低圧注水系)による原子炉注水(1/3)	原子炉注水圧力(SA)	2	2	2	①	原子炉注水圧力(SA)	2	2	1	①	監視事項は抽出バロメータにて確認		
		原子炉注水圧力(SA)	2	2	2	①	原子炉注水圧力(SA)	2	2	2	2	1	監視事項は抽出バロメータにて確認	
		原子炉注水圧力(SA)	2	2	2	①	原子炉注水圧力(SA)	2	2	2	2	2	1	監視事項は抽出バロメータにて確認
		原子炉注水圧力(SA)	2	2	2	①	原子炉注水圧力(SA)	2	2	2	2	2	1	監視事項は抽出バロメータにて確認
		原子炉注水圧力(SA)	2	2	2	①	原子炉注水圧力(SA)	2	2	2	2	2	1	監視事項は抽出バロメータにて確認
		原子炉注水圧力(SA)	2	2	2	①	原子炉注水圧力(SA)	2	2	2	2	2	1	監視事項は抽出バロメータにて確認
		原子炉注水圧力(SA)	2	2	2	①	原子炉注水圧力(SA)	2	2	2	2	2	1	監視事項は抽出バロメータにて確認
		原子炉注水圧力(SA)	2	2	2	①	原子炉注水圧力(SA)	2	2	2	2	2	1	監視事項は抽出バロメータにて確認
		原子炉注水圧力(SA)	2	2	2	①	原子炉注水圧力(SA)	2	2	2	2	2	1	監視事項は抽出バロメータにて確認
		原子炉注水圧力(SA)	2	2	2	①	原子炉注水圧力(SA)	2	2	2	2	2	1	監視事項は抽出バロメータにて確認

・設備の相違
【柏崎6/7, 東海第二】
有効性評価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

対応手段	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
低圧中心スプレ イ系及び残留蒸気除 去系(低圧注水系) による原子炉注水 (2/3)	原子炉水位(広帯域)	2	①	原子炉水位(SA広帯 域)	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
	原子炉水位(燃料域)	2	①	原子炉水位(SA燃料 域)	1	1	
高圧注水・減圧機能喪失	低圧代管注水系統流量	1		低圧代管注水系統流量	1	1	原子炉圧力容器へ注水している蒸 気の注水流量と補給蒸気流量は抽 出パラメータ 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	低圧代管注水系統原子炉注 水流量	1		低圧代管注水系統原子炉注 水流量(広帯域)	1	1	
	低圧代管注水系統原子炉注 水流量(燃料域)	1		低圧代管注水系統原子炉注 水流量(燃料域)	1	1	
	低圧代管注水系統原子炉注 水流量(中間ライン用)	1		低圧代管注水系統原子炉注 水流量(中間ライン用)	1	1	
	低圧代管注水系統原子炉注 水流量(可搬ライン用)	1		低圧代管注水系統原子炉注 水流量(可搬ライン用)	1	1	
	低圧代管注水系統原子炉注 水流量	2		低圧代管注水系統原子炉注 水流量	2	2	
	原子炉過熱時冷却系流量	1		原子炉過熱時冷却系流量	1	1	
	高圧中心スプレイ系流量	1		高圧中心スプレイ系流量	1	0	
	残留蒸気除去系流量	3		残留蒸気除去系流量	3	0	
	低圧中心スプレイ系流量	1		低圧中心スプレイ系流量	1	0	
	原子炉圧力(SA)	2		原子炉圧力(SA)	2	2	
	サブプレッジョン・チェン パ圧力	1		サブプレッジョン・チェン パ圧力	1	1	
	サブプレッジョン・プール 水位	1		サブプレッジョン・プール 水位	1	1	
	原子炉水位(広帯域)	2		原子炉水位(広帯域)	2	2	
原子炉水位(燃料域)	2		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		
低圧中心スプレイ系ボ ンプ吐出圧力	1		低圧中心スプレイ系ボ ンプ吐出圧力	1	0	低圧中心スプレイ系ボンプが正常 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

重大事故等対応に係る監視事項

対応手段	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
高圧注水・減圧機能喪失	原子炉圧力(SA)	1	①	原子炉圧力	2	1	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(SA)	1	①	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域)	2	1	
高圧注水・減圧機能喪失	原子炉圧力(SA)	1		原子炉水位(SA)	1	1	監視事項は重要パラ メータにて確認 監視事項は重要パラ メータにて確認
	原子炉圧力(SA)	1		原子炉圧力容器温度(SA)	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】
有効性評価から抽出
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

2.2 高圧注水・減圧機能喪失

対応手段	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
低圧炉心スプレイス系及び残留熱除去系(低圧注水系)による原子炉注水(3/3)	残留熱除去系系統流量	3	0	0	サブプレッション・プール水位 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)	1	1	1	サブプレッション・プール水位の本位変化より、低圧炉心スプレイス系系統流量の代替監視可能 崩壊除去に必要な注水量と原子炉水位の変化により、低圧炉心スプレイス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
	残留熱除去系(サブプレッション・プール冷却系)運転	2	0	0	残留熱除去系ポンプ吐出圧力 サブプレッション・プール水位 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)	3	0	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 サブプレッション・プール水位の本位変化より、残留熱除去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
	サブプレッション・プール水温度	3	3	3	残留熱除去系ポンプ吐出圧力 サブプレッション・チェンバール水温度	2	0	2	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 サブプレッション・チェンバール水温度の変化により、サブプレッション・チェンバール水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

2.2 高圧注水・減圧機能喪失

対応手段	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
残留熱除去系(低圧注水モード)による原子炉注水	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域)	2	2	1	原子炉水位(SA) 高圧原子炉代替注水流量	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	
	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域)	2	2	1	代替注水流量(常設) 低圧原子炉代替注水流量 低圧原子炉代替注水流量(冷却風扇) 原子炉隔離時冷却ポンプ出口流量 高圧炉心スプレイスポンプ出口流量 残留熱除去ポンプ出口流量 低圧炉心スプレイスポンプ出口流量 残留熱代燃料除去系原子炉注水流量 原子炉圧力	1	1	1	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 サブプレッション・チェンバール水温度の変化により、サブプレッション・チェンバール水温度の代替監視可能 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注水量より代替監視可能	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】
有効性評価から抽出される監視計器の相違

・設備の相違
【柏崎 6/7, 東海第二】
 有効性評価から抽出
 される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

2.2. 高圧注水・減圧機能喪失

対応手段 (機器機能喪失原因(原子炉停堆異常時対応策)の 1) 詳細)	抽出バウメータを計測する計器			抽出バウメータの代替バウメータを計測する計器			計器数	計器名称	抽出バウメータ 分類理由	抽出バウメータ 分類	負荷切り離し後	負荷切り離し後 SMD警報	詳細	
	計器数	計器数	計器数	計器数	計器数	計器数								計器数
	原子炉圧力	原子炉圧力	2	2	1	1	1	原子炉圧力 (S/A)				1	1	直接的に原子炉圧力監視器内の圧力を計測すること で、監視可能。
		原子炉冷却 (広領域)	2	2	1	1	1	原子炉冷却 (広領域)				1	1	原子炉冷却から原子炉圧力監視器内の温度(体積)にあると 想定し、温度/体積/圧力の関係から原子炉圧力監視 器より代替監視可能。
		原子炉冷却 (S/A)	1	1	1	1	1	原子炉冷却 (S/A)				1	1	監視事項は主要ボウ メータにて監視
	原子炉圧力 (S/A)	原子炉圧力監視器 (S/A)	2	2	2	2	2	原子炉圧力監視器 (S/A)				2	2	直接的に原子炉圧力監視器内の圧力を計測すること で、監視可能。
		原子炉圧力	1	1	1	1	1	原子炉圧力				1	1	直接的に原子炉圧力監視器内の圧力を計測すること で、監視可能。
		原子炉冷却 (広領域)	2	2	2	2	2	原子炉冷却 (広領域)				2	2	原子炉冷却から原子炉圧力監視器内の温度(体積)にあると 想定し、温度/体積/圧力の関係から原子炉圧力監視 器より代替監視可能。
	サブプレッシャ・ポンプ・グループ 注水 (S/A)	原子炉冷却 (S/A)	1	1	1	1	1	原子炉冷却 (S/A)				1	1	監視事項は主要ボウ メータにて監視
		原子炉圧力監視器 (S/A)	2	2	2	2	2	原子炉圧力監視器 (S/A)				2	2	直接的に原子炉圧力監視器内の圧力を計測すること で、監視可能。
		サブプレッシャ・ポンプ・グループ注水 (S/A)	1	1	1	1	1	サブプレッシャ・ポンプ・グループ注水 (S/A)				1	1	サブプレッシャ・ポンプ・グループ注水 (S/A) の水 位変化より代替監視可能。
	機房冷却ポンプ出口温度	原子炉冷却 (広領域)	3	3	0	0	0	原子炉冷却 (広領域)				3	3	温度検出に必要な水素と原子炉冷却の変化より代替 監視可能。
		機房冷却ポンプ入口温度	2	2	2	2	2	機房冷却ポンプ入口温度 (S/A)				2	2	機房冷却ポンプ入口温度より代替監視可能。