

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の損傷を防止するための手順等

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 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	SBO影響 直後			計器数	計器故障等
非常時運転手 順書III (シビアアク シデント) 「放出」 AM設備別操 作手順書	電源	緊急用M/C電圧	1	1	③	緊急用M/Cの 受電并働を確認 するパラメータ	-	-	-
		緊急用P/C電圧	1	1	③	緊急用P/Cの 受電并働を確認 するパラメータ	-	-	-
		緊急用直流125V主母 線電圧	1	1	③	直流通過の受電 并働を確認する 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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等

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 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	SBO影響 直後			計器数	計器故障等	SBO			
AM設備別操作 手順書 (CAMSSによる格納容器 水素・酸素濃度測定)	異常	格納容器内放射線モニ タ(Dライヴァル)	2	2	①	-	エリア放射線モニタ(原 子炉建屋エリア放射線モニ タ)	0	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	
		格納容器内放射線モニ タ(サプレッション・チェ ンバ)	2	2	①	-	エリア放射線モニタ(原 子炉建屋エリア放射線モニ タ)	0	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	
		原子炉圧力 室内の温度	2	2	①	-	原子炉圧力 室内の温度	2	2	2	2	1	原子炉圧力は原子炉圧力計の異常による 監視可能 原子炉圧力室内の温度は原子炉圧力計の 異常による監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
異常 異常 (1/2)	異常	原子炉圧力 室内の温度	2	2	①	-	原子炉圧力 室内の温度	2	2	2	2	1	原子炉圧力は原子炉圧力計の異常による 監視可能 原子炉圧力室内の温度は原子炉圧力計の 異常による監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉圧力 室内の温度	1	0	①	-	原子炉圧力 室内の温度	1	0	0	0	0	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		格納容器本蒸気 (SA)	1	0	①	-	格納容器本蒸気 (SA)	1	0	0	0	0	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

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の損傷を防止するための手順等

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
原子炉格納容器内の水素濃度	【格納容器内水素濃度】	2	0	0	-	-	-	-	-	-
		2	0	0	-	-	-	-	-	-
原子炉格納容器内の酸素濃度	【格納容器内酸素濃度】	2	0	0	-	-	-	-	-	-
		2	0	0	-	-	-	-	-	-
補機監視機能	残置熱除去系海水系系統 監視 緊急用海水系流量 (残置熱除去系補機)	1	1	1	-	-	-	-	-	-
		1	1	1	-	-	-	-	-	-
原子炉格納容器内の圧力	ドライウエル圧力	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

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

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等

項目	発生時期	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		
原子炉格納容器内の水素濃度	異常時運転手 順書 II (微候 ベース) 【P.C.V.水素 濃度抑制】 等	1	0	0	-	-	-	-	監視事項は異常時 アウトに帰属	
		1	0	0	-	-	-	-	監視事項は異常時 アウトに帰属	
原子炉格納容器内の酸素濃度	異常時運転手 順書 (シビア アクシデン ト) 【放出】 AM設備別操 作手順書	1	0	0	-	-	-	-	監視事項は異常時 アウトに帰属	
		1	0	0	-	-	-	-	監視事項は異常時 アウトに帰属	
補機監視機能	残置熱除去系海水系系統 監視 緊急用海水系流量 (残置熱除去系補機)	1	1	1	-	-	-	-	監視事項は異常時 アウトに帰属	
		1	1	1	-	-	-	-	監視事項は異常時 アウトに帰属	
原子炉格納容器内の圧力	ドライウエル圧力	1	1	1	①	-	-	-	監視事項は異常時 アウトに帰属	
		1	1	1	①	-	-	-	監視事項は異常時 アウトに帰属	

・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

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

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 分類理由	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	SBO
			計器数	SBO影響		計器数			SBO影響					
				直後	区分1直流電源 を延命した場合				直後	区分1直流電源 を延命した場合				
1.10.2.1 原子炉格納容器外への水素ガス漏えい抑制のための対応手順 非常時運転操作手順書 「シビアアクシデント」 「PCV 制御」 AM 認知的操作手順書 「消防車による原子炉 ウェル注水」 多様なハザード対応手 順 「消防車による注水 (原子炉ウェル注水)」	原子炉格 納容器内 の放射線 量率	原子炉格 納容器内 の放射線 量率	原子炉格 納容器内 の放射線 量率	原子炉格 納容器内 の放射線 量率	原子炉格 納容器内 の放射線 量率	原子炉格 納容器内 の放射線 量率	原子炉格 納容器内 の放射線 量率	原子炉格 納容器内 の放射線 量率	原子炉格 納容器内 の放射線 量率	原子炉格 納容器内 の放射線 量率	原子炉格 納容器内 の放射線 量率	原子炉格 納容器内 の放射線 量率	原子炉格 納容器内 の放射線 量率	原子炉格 納容器内 の放射線 量率

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータ 分類理由	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	SBO	
		計器数	SBO影響		計器数			SBO影響						
			直後	負荷切り離し後				直後	負荷切り離し後					
1.10.2.1 原子炉格納容器外への水素ガス漏えい抑制のための対応手順 a. 格納容器頂部注水係 (常設) による原子炉ウェルへの注水 非常時運転手 順書 「シビアアクシデ ント」 「注水-1」 等 AM 認知的操 作手順書	原子炉格 納容器内 の放射線 量率	原子炉格 納容器内 の放射線 量率	原子炉格 納容器内 の放射線 量率	原子炉格 納容器内 の放射線 量率	原子炉格 納容器内 の放射線 量率	原子炉格 納容器内 の放射線 量率	原子炉格 納容器内 の放射線 量率	原子炉格 納容器内 の放射線 量率	原子炉格 納容器内 の放射線 量率	原子炉格 納容器内 の放射線 量率	原子炉格 納容器内 の放射線 量率	原子炉格 納容器内 の放射線 量率	原子炉格 納容器内 の放射線 量率	原子炉格 納容器内 の放射線 量率

・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

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータ 分類理由	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	SBO	
		計器数	SBO影響		計器数			SBO影響						
			直後	負荷切り離し後				直後	負荷切り離し後					
1.10.2.1 原子炉格納容器外への水素ガス漏えい抑制のための対応手順 a. 格納容器頂部注水係 (常設) による原子炉ウェルへの注水 非常時運転手 順書 「シビアアクシデ ント」 「注水-1」 等 AM 認知的操 作手順書	原子炉格 納容器内 の放射線 量率	原子炉格 納容器内 の放射線 量率	原子炉格 納容器内 の放射線 量率	原子炉格 納容器内 の放射線 量率	原子炉格 納容器内 の放射線 量率	原子炉格 納容器内 の放射線 量率	原子炉格 納容器内 の放射線 量率	原子炉格 納容器内 の放射線 量率	原子炉格 納容器内 の放射線 量率	原子炉格 納容器内 の放射線 量率	原子炉格 納容器内 の放射線 量率	原子炉格 納容器内 の放射線 量率	原子炉格 納容器内 の放射線 量率	原子炉格 納容器内 の放射線 量率

重大事故等対処に係る監視事項
1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

Table with columns: 対応手段, 項目, 分類, 計器名称, SBO影響, 計器数, 計器名称, 補助パラメータ, 抽出パラメータ, 計器名称, SBO影響, 計器数, 計器名称, 評価

重大事故等対処に係る監視事項
1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

Table with columns: 対応手段, 項目, 分類, 計器名称, SBO影響, 計器数, 計器名称, 補助パラメータ, 抽出パラメータ, 計器名称, SBO影響, 計器数, 計器名称, 評価

重大事故等対処に係る監視事項
1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

Table with columns: 対応手段, 項目, 分類, 計器名称, SBO影響, 計器数, 計器名称, 補助パラメータ, 抽出パラメータ, 計器名称, SBO影響, 計器数, 計器名称, 評価

・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
1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

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	補換バロメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 区分1直流電源 を喪失した場合	
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [PCV 制御]	原子炉格納容器内の温度	ドライウェル蒸気温度	2	2	①	1	1	格納容器内圧力(D/W)又は格納容器内圧力(S/O)の上昇により代替監視可能
		サブプレッシャブルセル中の蒸気温度	1	1	③	1	1	-
AM設備別操作手順書 (SPEC)による原子炉 ウェル注水	本炉の確保 復水貯蔵槽水位(SA)保	復水貯蔵槽水位(SA)	1	1	①	1	1	復水貯蔵槽水位の監視可能
		復水貯蔵槽水位(SA)	1	1	①	1	1	復水貯蔵槽水位の監視可能

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

項目	抽出バロメータを計測する計器			抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器			評価	
	計器名称	計器数	SBO影響 負荷印り直し後	計器名称	計器数	SBO影響 負荷印り直し後		
非常時運転操作 手順書(シビア アクシデント) 等	原子炉格納容器内の温度	ドライウェル蒸気温度	8	8	①	1	1	格納容器内圧力(D/W)又は格納容器内圧力(S/O)の上昇により代替監視可能
	常設低圧代替注水ポンプ吐出圧力	常設低圧代替注水ポンプ吐出圧力	2	2	-	-	-	-
補機監視 AM設備別操作 手順書	低圧代替注水系統 下部注水流量(常設ライン用)	低圧代替注水系統下部注水流量(常設ライン用)	1	1	③	1	1	注水先の原子炉水位の変化により、復水貯蔵槽水位の代替監視可能
	低圧代替注水系統 下部注水流量(常設ライン用)	低圧代替注水系統下部注水流量(常設ライン用)	1	1	①	1	1	注水先の原子炉水位の変化により、復水貯蔵槽水位の代替監視可能
操作	代換排水貯槽水位	代換排水貯槽水位	1	1	-	-	-	代換排水貯槽水位の監視可能
	代換排水貯槽水位	代換排水貯槽水位	1	1	-	-	-	代換排水貯槽水位の監視可能

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
1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

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	補換バロメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 負荷印り直し後	
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [本炉]	原子炉建屋内の水素濃度	原子炉建屋水素濃度	1	0	①	2	2	原子炉建屋水素濃度の監視可能
		原子炉建屋水素濃度	2	2	-	-	-	-
電圧	SAロードセントラ付線電圧	SAロードセントラ付線電圧	1	1	③	1	1	SAロードセントラ付線電圧の監視可能
		SAロードセントラ付線電圧	1	1	③	1	1	SAロードセントラ付線電圧の監視可能
操作	原子炉建屋内の水素濃度	原子炉建屋水素濃度	1	0	①	2	2	原子炉建屋水素濃度の監視可能
		原子炉建屋水素濃度	2	2	-	-	-	-
監視監視機	非常用ガス処理系統圧力	非常用ガス処理系統圧力	2	0	③	3	3	非常用ガス処理系統圧力の監視可能
		非常用ガス処理系統圧力	2	0	③	3	3	非常用ガス処理系統圧力の監視可能

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
重大事故等対処による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

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 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 区分Ⅰ直前電源 を失った場合 を命じた場合			計器数	SBO影響 区分Ⅱ直前電源 を失った場合 を命じた場合		
1.10.2.2 水素爆発による原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順 1.10.2.2.1 原子炉建屋内の水素濃度監視 1.10.2.2.2 水素爆発による原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順 非常時運転作手順書 (シビアアクシデント) [注B 初期]	原子炉格納容器内の放射線計測機 の放射線計測機 異常	原子炉格納容器内の放射線計測機 異常	2	1	0	0	0	0	0	監視事項は主要ハ ラメータにて確認 監視事項は主要ハ ラメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線計測機 異常	原子炉格納容器内の放射線計測機 異常	2	1	0	0	0	0	0	監視事項は主要ハ ラメータにて確認 監視事項は主要ハ ラメータにて確認
	原子炉建屋内の放射線計測機 異常	原子炉建屋内の放射線計測機 異常	2	2	2	0	0	0	0	監視事項は主要ハ ラメータにて確認 監視事項は主要ハ ラメータにて確認
	原子炉建屋内の放射線計測機 異常	原子炉建屋内の放射線計測機 異常	8	8	8	0	0	0	0	監視事項は主要ハ ラメータにて確認 監視事項は主要ハ ラメータにて確認
	電源	電源	4	4	4	0	0	0	0	監視事項は主要ハ ラメータにて確認 監視事項は主要ハ ラメータにて確認
	原子炉建屋内の放射線計測機 異常	原子炉建屋内の放射線計測機 異常	1	1	1	0	0	0	0	監視事項は主要ハ ラメータにて確認 監視事項は主要ハ ラメータにて確認
	電源	電源	8	8	8	0	0	0	0	監視事項は主要ハ ラメータにて確認 監視事項は主要ハ ラメータにて確認
	原子炉建屋内の放射線計測機 異常	原子炉建屋内の放射線計測機 異常	4	4	4	0	0	0	0	監視事項は主要ハ ラメータにて確認 監視事項は主要ハ 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
1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	計器名称	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		
1.10.2.1 原子炉格納容器への水素漏えい抑制のための対応手順 1.10.2.1.1 原子炉格納容器内の放射線計測機 異常 [注水-1] 等 AM設備別 作手順書	原子炉格納容器内の放射線計測機 異常	原子炉格納容器内の放射線計測機 異常	2	2	2	0	0	0	0	直接的に格納容器内放射線計測機 レベルを計測することができ、監視可 能
	原子炉格納容器内の放射線計測機 異常	原子炉格納容器内の放射線計測機 異常	2	2	2	0	0	0	0	直接的に格納容器内放射線計測機 レベルを計測することができ、監視可 能
	原子炉格納容器内の放射線計測機 異常	原子炉格納容器内の放射線計測機 異常	4	4	4	0	0	0	0	直接的に格納容器内放射線計測機 レベルを計測することができ、監視可 能
	原子炉格納容器内の放射線計測機 異常	原子炉格納容器内の放射線計測機 異常	8	8	8	0	0	0	0	直接的に格納容器内放射線計測機 レベルを計測することができ、監視可 能
	電源	電源	1	1	1	0	0	0	0	直接的に格納容器内放射線計測機 レベルを計測することができ、監視可 能
	原子炉格納容器内の放射線計測機 異常	原子炉格納容器内の放射線計測機 異常	1	1	1	0	0	0	0	直接的に格納容器内放射線計測機 レベルを計測することができ、監視可 能
	電源	電源	8	8	8	0	0	0	0	直接的に格納容器内放射線計測機 レベルを計測することができ、監視可 能
	原子炉格納容器内の放射線計測機 異常	原子炉格納容器内の放射線計測機 異常	4	4	4	0	0	0	0	直接的に格納容器内放射線計測機 レベルを計測することができ、監視可 能

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	計器名称	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		
1.10.2.1 原子炉格納容器への水素漏えい抑制のための対応手順 1.10.2.1.1 原子炉格納容器内の放射線計測機 異常 [注水-1] 等 AM設備別 作手順書	原子炉格納容器内の放射線計測機 異常	原子炉格納容器内の放射線計測機 異常	2	2	2	0	0	0	0	直接的に格納容器内放射線計測機 レベルを計測することができ、監視可 能
	原子炉格納容器内の放射線計測機 異常	原子炉格納容器内の放射線計測機 異常	2	2	2	0	0	0	0	直接的に格納容器内放射線計測機 レベルを計測することができ、監視可 能
	原子炉格納容器内の放射線計測機 異常	原子炉格納容器内の放射線計測機 異常	4	4	4	0	0	0	0	直接的に格納容器内放射線計測機 レベルを計測することができ、監視可 能
	原子炉格納容器内の放射線計測機 異常	原子炉格納容器内の放射線計測機 異常	8	8	8	0	0	0	0	直接的に格納容器内放射線計測機 レベルを計測することができ、監視可 能
	電源	電源	1	1	1	0	0	0	0	直接的に格納容器内放射線計測機 レベルを計測することができ、監視可 能
	原子炉格納容器内の放射線計測機 異常	原子炉格納容器内の放射線計測機 異常	1	1	1	0	0	0	0	直接的に格納容器内放射線計測機 レベルを計測することができ、監視可 能
	電源	電源	8	8	8	0	0	0	0	直接的に格納容器内放射線計測機 レベルを計測することができ、監視可 能
	原子炉格納容器内の放射線計測機 異常	原子炉格納容器内の放射線計測機 異常	4	4	4	0	0	0	0	直接的に格納容器内放射線計測機 レベルを計測することができ、監視可 能

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

重大事故等対処に係る監視事項
 1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

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	SBO影響 区分1直流電源 を喪失した場合	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器数	SBO影響 区分1直流電源 を喪失した場合	計器数	計器故障等				
1.10.2.2 水素爆発による原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順 (2)原子炉建屋トップイベント	事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント 対応手順)	原子炉建 屋内の水 素濃度	原子炉建屋水素濃度	8	8	8	①	-	4	4	4	4	計器故障等	SBO
			原子炉建屋水素濃度	4	4	4	①	-	4	4	4	4	4	計器故障等
多様なバザード対応手 続 「水素対策(原子炉建 屋トップイベント)」	原子炉建 屋内の水 素濃度	原子炉建 屋内の水 素濃度	原子炉建屋水素濃度	8	8	8	①	-	4	4	4	4	計器故障等	SBO
			原子炉建屋水素濃度	8	8	8	①	-	4	4	4	4	4	計器故障等

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
 1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

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	SBO影響 直後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器数	SBO影響 直後	計器数	計器故障等			
非常時運転手 順書Ⅲ(シビ アアクシデン ト) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	判断基準 (2 / 3)	水源の確 認	原子炉建屋水素濃度	1	1	①	-	1	1	1	1	計器故障等	SBO
			原子炉建屋水素濃度	1	1	①	-	1	1	1	1	1	計器故障等

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

・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

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

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	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由		計器名称	計器数	計器故障等	SPD	
対応手段 非常時運転手 手順Ⅲ(シビ リアクション ト) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	水素の確 認		1	1		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
		低圧代替注水系原子炉注 水流量(常設ライン用)				1	1	1	1		
		低圧代替注水系原子炉注 水流量(可搬ライン用)				1	1	1	1		
		低圧代替注水系原子炉注 水流量(可搬ライン用)				1	1	1	1		
		低圧代替注水系原子炉注 水流量(可搬ライン用)				1	1	1	1		
		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		
		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	1	1		
		低圧代替注水系格納容器				1	1	1	1		
		原子炉水位(広帯域)				2	2	2	2		
		原子炉水位(燃料域)				2	2	2	2		
		原子炉水位(SA広帯 域)				1	1	1	1		
		原子炉水位(SA燃料 域)				1	1	1	1		
		サブレーション・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	2	2		

①：重要監視パラメータ、②：有別監視パラメータ、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

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			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
対応手段 非常時運転手 順書III(シビ アアクシデン ト) 等 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の温度	ドライウエル雰囲気温度	8	8	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 1	飽和温度/圧力の関係から、ドライウ エル圧力はサブプレッション・チェ ンバ圧力の上昇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	低圧代替注水系統格納容器 頂部注水流量(常設ライ ン用) 低圧代替注水系統格納容器 頂部注水流量(可搬ライ ン用)	1 1	1 1	③ ③	低圧代替注水系 の運転状態を確 認するパラメー タ	-	-	-	-	-
操作 (1/2)	水源の確 認	西側淡水貯水設備水位	1	1	①	-	低圧代替注水系統原子炉注 水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注 水流量(常設ライン装置 域用) 低圧代替注水系統格納容器 サブレイ流量(常設ライ ン用) 低圧代替注水系統格納容器 下頂注水流量 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) サブプレッション・プー ル水位	1 1 1 1 1 1 1 1 1 1	1 1 1 1 1 1 1 1 1 1	西側淡水貯水設備を水源としている 系統のうち、運転している系統の注 水量より、西側淡水貯水設備水位の 代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			1	1	1	2 2	2 2	2 2	2 2	2 2	原子炉水位、サブプレッション・プー ル水位の変化より、西側淡水貯水設 備水位の代替監視可能

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

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

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	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後		
対応手段 非常時運転手 手順書Ⅲ(シビ アアクシデン ト) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	水素の確 保 操 作 (2 / 2)	監視パラメータ 抽出パラメータ 分類	監視パラメータ 抽出パラメータ 分類理由	監視パラメータ 抽出パラメータ 分類	監視パラメータ 抽出パラメータ 分類理由	低圧代替注水系原子炉注 水流量(常設ライン用)	1	1	代替注水貯槽を水源としている系統 のうち、運転している系統の注水量 より、代替注水貯槽水位の代替監視 可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
						低圧代替注水系原子炉注 水流量(可搬ライン軟帯 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(可搬ライン軟帯 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 下流注水流量	1	1	
						原子炉水位(広帯域)	2	2	
						原子炉水位(燃料棒)	2	2	
						原子炉水位(SA広帯 域)	1	1	
						原子炉水位(SA燃料 棒)	1	1	
						サブレーション・プール 水位	1	1	
						常設低圧代替注水系ポン プ吐出圧力	2	2	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

・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

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

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	負荷切り直し後	計器名称	計器数	直後	負荷切り直し後	
1.10.2.3 水素爆発による原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順 (1) 原子炉建屋等への放射線による水素発生 の変動力電源が健全である場合の操作手順 非常時運転目録表第III(ウ)「水素」AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内放射線量率	格納容器空腔気放射線モニタ (D/W)	2	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内空腔気放射線レベルを計測することができ、監視可能にて確認
	原子炉格納容器内放射線量率	格納容器空腔気放射線モニタ (S/C)	2	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内空腔気放射線レベルを計測することができ、監視可能にて確認
	原子炉圧力	原子炉圧力	4	4	4	4	4	4	4	原子炉水化から原子炉圧力発生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より代替監視可能
	原子炉圧力	M/C 2C電圧	1	1	1	1	1	1	1	残留熱除去系熱交換器入口温度より監視可能
	電源	M/C 2C電圧	1	1	1	1	1	1	1	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ
	電源	P/C 2C電圧	1	1	1	1	1	1	1	非常用P/Cの受電状態を確認するパラメータ
	電源	M/C 2D電圧	1	1	1	1	1	1	1	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ
	電源	P/C 2D電圧	1	1	1	1	1	1	1	非常用P/Cの受電状態を確認するパラメータ
	電源	直流125V主母線器-A電圧	1	1	1	1	1	1	1	直流電源の受電状態を確認するパラメータ
	電源	直流125V主母線器-B電圧	1	1	1	1	1	1	1	直流電源の受電状態を確認するパラメータ

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

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
対芯手段 非常時運転手 順書Ⅲ(シビ アアクシデン ト) 「水素」 AM設備別操 作手順書	補機監視 機能	非常用ガス再循環系空気 流量	2	0	0	③	原子炉建屋ガス 処理系の運転状 態を確認するパ ラメータ	-	-	-	-
		非常用ガス処理系空気流 量	2	0	0	③	原子炉建屋ガス 処理系の運転状 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

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		パラメータ		抽出パラメータ		計器名称	計器数	直後	直後	計器故障等	詳細
			計器数	直後	分類	抽出理由	計器数	直後						
1.10.2.9 水素爆発による原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順 (1) 原子炉建屋等から水素の発生 a. 全交差動力遮断が完了した場合の操作手順 非常時運転手 監視室(シフト) アクラシアン 【水素】 AM設置別働 作手順書	原子炉建屋 の放射線 発生	原子炉建屋 の放射線 発生	2	2	①	-	原子炉建屋 の放射線 発生	2	2	2	2	2	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		原子炉建屋 の放射線 発生	2	2	①	-	原子炉建屋 の放射線 発生	2	2	2	2	2	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		原子炉建屋 の放射線 発生	4	4	①	-	原子炉建屋 の放射線 発生	1	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		原子炉建屋 の放射線 発生	4	4	①	-	原子炉建屋 の放射線 発生	1	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		原子炉建屋 の放射線 発生	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の 受電状態を確認 するパラメータ	2	0	0	0	0	0	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉建屋 の放射線 発生	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P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-	-	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉建屋 の放射線 発生	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の 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-	-	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉建屋 の放射線 発生	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P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-	-	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉建屋 の放射線 発生	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の 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-	-	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉建屋 の放射線 発生	1	1	③	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	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

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

対応手段	項目	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
		分類	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		
非常時運転手順書Ⅲ(シビリアクシデン)「水素」AM設備別操作手順書	補機監視機能	非常用ガス再循環系空気流量	③	原子炉建屋ガス処理系の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-
		非常用ガス処理系空気流量	③	原子炉建屋ガス処理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

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

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		
1.10.2.2 水素爆発による原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順 (2) 原子炉建屋内の水素濃度監視 非常時運転手 監視員(シフト) アラーム等 「水素」等	原子炉建屋外放射線量率	格納容器空間気放射線モニタ (D/W)	2	2	2	2	2	2	2	格納容器空間気放射線レベルを計測することができ、監視可能にて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認			
		格納容器空間気放射線モニタ (S/C)	2	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器空間気放射線レベルを計測することができ、監視可能にて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認			
	原子炉建屋内の水素濃度	原子炉圧力容器内の温度	原子炉圧力容器温度	4	4	4	4	4	4	4	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認		
		原子炉建屋内の水素濃度	原子炉建屋水素濃度	5	3	3	3	3	3	3	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監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認		
		原子炉建屋内の水素濃度	原子炉建屋水素再結合器動作監視装置	4	4	4	4	4	4	4	静的熱式水素再結合器動作監視装置	監視事項は抽出パラメータにて確認		
		電源	緊急用M/C電圧	1	1	1	1	1	1	1	1	緊急用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	
		電源	緊急用P/C電圧	1	1	1	1	1	1	1	1	緊急用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	
		電源	緊急用直流125V主母線電圧	1	1	1	1	1	1	1	1	1	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

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

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	SBO影響 直後 3 負荷切り離し後 4	パラメータ 分類 ①	補助パラメータ 分類理由 -	計器名称	計器数	SBO影響 直後 4 負荷切り離し後 4	計器故障等	SBO	
非常時運転手順書III(シビリアクシデン)「水素」等	原子炉建屋内の水素濃度	原子炉建屋内の水素濃度	5	3	①	-	静的触媒式水素再結合理器	4	4	4	計器故障等	監視事項は抽出パラメータにて確認	
	操作	静的触媒式水素再結合理器動作監視装置	4	4	-	-	原子炉建屋ガス処理系の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-
		非常用ガス再循環系空気流量	2	0	③	-	原子炉建屋ガス処理系の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-
		非常用ガス処理系空気流量	2	0	③	-	原子炉建屋ガス処理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

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

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		
1.10.2.2 水素爆発による原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順 順書Ⅲ(シビ アアクシデ ト) 「水素」等	原子炉建 屋内の水 素濃度	原子炉建 屋内の水 素濃度	原子炉建屋水素濃度	5	3	3	①	-	静的触媒式水素再結 合器	4	4	4	静的触媒式水素再結 合器動作監視表 監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
			原子炉建屋水素濃度	4	4	4	-	-	-	-	-	-	-	静的触媒式水素再結 合器動作監視表 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			原子炉建屋水素濃度	5	3	3	①	-	静的触媒式水素再結 合器	4	4	4	4	静的触媒式水素再結 合器動作監視表 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

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

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	SBO		
1.10.2.2 水素爆発による原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順 (3) 原子炉建屋外側ブローアウトバネル閉止装置のバネル部開放 非常時運転手 順書Ⅲ(シビ アアクシゲン ト) 「水素」等	原子炉建 屋内の水 素濃度	原子炉建 屋内の水 素濃度	原子炉建屋水素濃度	5	3	①	-	静的触媒式水素再結合物 動作監視装置	4	4	4	静的触媒式水素再結合物動作監視装置 監視事項は抽出パラメータにて確認	
			静的触媒式水素再結合物 動作監視装置	4	4	-	-	-	-	-	-	-	静的触媒式水素再結合物動作監視装置 監視事項は抽出パラメータにて確認
			原子炉建屋水素濃度	5	3	①	-	静的触媒式水素再結合物 動作監視装置	4	4	4	4	静的触媒式水素再結合物動作監視装置 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

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	評価
			計器名称	計器数	計器名称	計器数		
事故時運転操作手順書 (SPP)水圧・電圧制御 の「シフトアップ/シフト ダウン」	燃料プール水位・電圧 監視	燃料プール水位・電圧監視	燃料プール水位・電圧監視	1	燃料プール水位・電圧監視	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線量監視は主要パラメータにて確認	
			燃料プール電圧監視	1	燃料プール電圧監視	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線量監視は主要パラメータにて確認	
事故時運転操作手順書 (SPP)原子炉水位・電 圧制御	燃料プール水位・電圧 監視	燃料プール水位・電圧監視	燃料プール水位・電圧監視	1	燃料プール水位・電圧監視	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線量監視は主要パラメータにて確認	
			燃料プール電圧監視	1	燃料プール電圧監視	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線量監視は主要パラメータにて確認	
AM設備別操作手順書 「積込ポンプ」による SPP注水 「SPP監視カメラ」の 監視	燃料プール水位・電圧 監視	燃料プール水位・電圧監視	燃料プール水位・電圧監視	1	燃料プール水位・電圧監視	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線量監視は主要パラメータにて確認	
			燃料プール電圧監視	1	燃料プール電圧監視	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線量監視は主要パラメータにて確認	
M.C.C.電圧 監視	M.C.C.電圧監視	M.C.C.電圧監視	M.C.C.電圧監視	1	M.C.C.電圧監視	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線量監視は主要パラメータにて確認	
			M.C.C.電圧監視	1	M.C.C.電圧監視	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線量監視は主要パラメータにて確認	
電源	電源監視	電源監視	電源監視	1	電源監視	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線量監視は主要パラメータにて確認	
			電源監視	1	電源監視	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線量監視は主要パラメータにて確認	
冷却水の確保	冷却水タンク水位 監視	冷却水タンク水位監視	冷却水タンク水位監視	1	冷却水タンク水位監視	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線量監視は主要パラメータにて確認	
			冷却水タンク水位監視	1	冷却水タンク水位監視	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線量監視は主要パラメータにて確認	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	評価
			計器名称	計器数	計器名称	計器数		
非常時運転手 順書II (既設) 「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	使用済燃料プール監視カメラ	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冷却状況、放射線量監視は主要パラメータにて確認	
			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冷却状況、放射線量監視は主要パラメータにて確認	
AM設備別操 作手順書	使用済燃料プール の監視	使用済燃料プール監視カメラ	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冷却状況、放射線量監視は主要パラメータにて確認	
			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冷却状況、放射線量監視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

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				補助パラメータ 分類理由	評価
			計器名称	計器数	計器名称	計器数		
事故時運転操作手順書 (SPP)水圧・電圧制御 の「シフトアップ/シフト ダウン」	燃料プール水位・電圧 監視	燃料プール水位・電圧監視	燃料プール水位・電圧監視	1	燃料プール水位・電圧監視	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線量監視は主要パラメータにて確認	
			燃料プール電圧監視	1	燃料プール電圧監視	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線量監視は主要パラメータにて確認	
事故時運転操作手順書 (SPP)原子炉水位・電 圧制御	燃料プール水位・電圧 監視	燃料プール水位・電圧監視	燃料プール水位・電圧監視	1	燃料プール水位・電圧監視	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線量監視は主要パラメータにて確認	
			燃料プール電圧監視	1	燃料プール電圧監視	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線量監視は主要パラメータにて確認	
AM設備別操作手順書 「積込ポンプ」による SPP注水 「SPP監視カメラ」の 監視	燃料プール水位・電圧 監視	燃料プール水位・電圧監視	燃料プール水位・電圧監視	1	燃料プール水位・電圧監視	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線量監視は主要パラメータにて確認	
			燃料プール電圧監視	1	燃料プール電圧監視	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線量監視は主要パラメータにて確認	
冷却水の確保	冷却水タンク水位 監視	冷却水タンク水位監視	冷却水タンク水位監視	1	冷却水タンク水位監視	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線量監視は主要パラメータにて確認	
			冷却水タンク水位監視	1	冷却水タンク水位監視	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線量監視は主要パラメータにて確認	

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	項目	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータを制御する計器			評価
		計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器数	
対応手段 非常時運転手順書 II (後継ベース) 【使用済燃料プール制御】 AM設備別操作手順書	監視項目	使用済燃料貯蔵プール水位	1	使用済燃料貯蔵プール水位	1	監視事項は主要なパラメータにて確認	1	監視事項は主要なパラメータにて確認
	監視項目	使用済燃料貯蔵プール水位	1	使用済燃料貯蔵プール水位	1	監視事項は主要なパラメータにて確認	1	監視事項は主要なパラメータにて確認
	監視項目	使用済燃料貯蔵プール水位	1	使用済燃料貯蔵プール水位	1	監視事項は主要なパラメータにて確認	1	監視事項は主要なパラメータにて確認
	監視項目	使用済燃料貯蔵プール水位	1	使用済燃料貯蔵プール水位	1	監視事項は主要なパラメータにて確認	1	監視事項は主要なパラメータにて確認
	監視項目	使用済燃料貯蔵プール水位	1	使用済燃料貯蔵プール水位	1	監視事項は主要なパラメータにて確認	1	監視事項は主要なパラメータにて確認
	監視項目	使用済燃料貯蔵プール水位	1	使用済燃料貯蔵プール水位	1	監視事項は主要なパラメータにて確認	1	監視事項は主要なパラメータにて確認
	監視項目	使用済燃料貯蔵プール水位	1	使用済燃料貯蔵プール水位	1	監視事項は主要なパラメータにて確認	1	監視事項は主要なパラメータにて確認
	監視項目	使用済燃料貯蔵プール水位	1	使用済燃料貯蔵プール水位	1	監視事項は主要なパラメータにて確認	1	監視事項は主要なパラメータにて確認
	監視項目	使用済燃料貯蔵プール水位	1	使用済燃料貯蔵プール水位	1	監視事項は主要なパラメータにて確認	1	監視事項は主要なパラメータにて確認
	監視項目	使用済燃料貯蔵プール水位	1	使用済燃料貯蔵プール水位	1	監視事項は主要なパラメータにて確認	1	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

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	項目	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータを制御する計器			評価
		計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器数	
対応手段 非常時運転手順書 II (後継ベース) 【使用済燃料プール制御】 AM設備別操作手順書	監視項目	使用済燃料貯蔵プール水位	1	使用済燃料貯蔵プール水位	1	監視事項は主要なパラメータにて確認	1	監視事項は主要なパラメータにて確認
	監視項目	使用済燃料貯蔵プール水位	1	使用済燃料貯蔵プール水位	1	監視事項は主要なパラメータにて確認	1	監視事項は主要な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

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	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータを制御する計器			評価
		計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器数	
対応手段 非常時運転手順書 II (後継ベース) 【使用済燃料プール制御】 AM設備別操作手順書	監視項目	使用済燃料貯蔵プール水位	1	使用済燃料貯蔵プール水位	1	監視事項は主要なパラメータにて確認	1	監視事項は主要なパラメータにて確認
	監視項目	使用済燃料貯蔵プール水位	1	使用済燃料貯蔵プール水位	1	監視事項は主要なパラメータにて確認	1	監視事項は主要なパラメータにて確認
	監視項目	使用済燃料貯蔵プール水位	1	使用済燃料貯蔵プール水位	1	監視事項は主要なパラメータにて確認	1	監視事項は主要なパラメータにて確認
	監視項目	使用済燃料貯蔵プール水位	1	使用済燃料貯蔵プール水位	1	監視事項は主要なパラメータにて確認	1	監視事項は主要なパラメータにて確認
	監視項目	使用済燃料貯蔵プール水位	1	使用済燃料貯蔵プール水位	1	監視事項は主要なパラメータにて確認	1	監視事項は主要なパラメータにて確認
	監視項目	使用済燃料貯蔵プール水位	1	使用済燃料貯蔵プール水位	1	監視事項は主要なパラメータにて確認	1	監視事項は主要なパラメータにて確認
	監視項目	使用済燃料貯蔵プール水位	1	使用済燃料貯蔵プール水位	1	監視事項は主要なパラメータにて確認	1	監視事項は主要なパラメータにて確認
	監視項目	使用済燃料貯蔵プール水位	1	使用済燃料貯蔵プール水位	1	監視事項は主要なパラメータにて確認	1	監視事項は主要なパラメータにて確認
	監視項目	使用済燃料貯蔵プール水位	1	使用済燃料貯蔵プール水位	1	監視事項は主要なパラメータにて確認	1	監視事項は主要なパラメータにて確認
	監視項目	使用済燃料貯蔵プール水位	1	使用済燃料貯蔵プール水位	1	監視事項は主要なパラメータにて確認	1	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
1.11 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			抽出パラメータを計測する計器			評価			
			計器名称	計器数	SBO影響 区分1直高電源 直後	補助パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 区分1直高電源 直後	評価	
1.11.2.1 使用済燃料プールの冷却機能又は注水機能の喪失時、又は使用済燃料プールの小規模な漏えい発生時の対応手順 (2)漏えい処理	事故時運転操作手順書 (事故ベース) 「SPF水位・温度制御」 「原子炉建機制御」 事故時運転操作手順書 (シビアアクシデン ト) 「取圧制御」 事故時運転操作手順書 (停止時運転ベース) 「SPF原子炉水位・温度 制御」 AM設備別操作手順書 「SPF監視メラ/冷却 装置起動」	燃料プール水位低 警報 燃料プール温度高 警報	1	1	0	-	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燃料体等の冷却状況、燃料 体の遮蔽状況及び燃料体の防止状況を監視すること が、使用済燃料プールの監視可能	
			1	1	0	-	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燃料体等の冷却状況、燃料 体の遮蔽状況及び燃料体の防止状況を監視すること が、使用済燃料プールの監視可能	
			1	1	1	①	-	使用済燃料プール監視カメラ 温度(SA)	1	1	1	監視事項は主要バ ラメータにて確認
			1	1	1	①	-	使用済燃料プール監視カメラ 温度(SA)	1	1	1	監視事項は主要バ ラメータにて確認
			1	1	1	①	-	使用済燃料プール監視カメラ 温度(SA広域)	1	1	1	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

1.11 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			抽出パラメータを計測する計器			評価			
			計器名称	計器数	SBO影響 直後	補助パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 直後	評価	
1.11.2.1 使用済燃料プールの冷却機能又は注水機能の喪失時、又は使用済燃料プールの小規模な漏えい発生時の対応手順 (1) 燃料プール代替注水 b. 可搬型代替注水大型ポンプ又は可搬型代替注水中型ポンプによる代替燃料プール注水係 (注水ライン/常設スプレッヘッダ) を使用した使用済燃料プールへの注水 (淡水/海水)	非 常 時 運 転 手 順 書 II (故 障 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	0	-	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燃料 体の防止状況を監視すること が、使用済燃料プールの監視可 にて確認	
			1	1	1	①	-	使用済燃料プール監視カメラ 温度(SA)	1	1	1	監視事項は主要バ ラメータにて確認
			1	1	1	①	-	使用済燃料プール監視カメラ 温度(SA広域)	1	1	1	監視事項は主要バ ラメータにて確認
			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	監視事項は主要バ ラメータにて確認
			1	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P/C電圧	1	1	1	監視事項は主要バ ラメータにて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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			抽出パラメータを計測する計器			評価			
			計器名称	計器数	SBO影響 直後	補助パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 直後	評価	
1.11.1.1 燃料プールの冷却機能又は注水機能の喪失時、又は燃料プールの小規模な漏えい発生時の対応手順 (1) 燃料プール代替注水 b. 可搬型代替注水大型ポンプ又は可搬型代替注水中型ポンプによる代替燃料プール注水係 (注水ライン/常設スプレッヘッダ) を使用した使用済燃料プールへの注水 (淡水/海水)	燃料プールの電圧 燃料プールの電圧 燃料プールの電圧 燃料プールの電圧 燃料プールの電圧 燃料プールの電圧 燃料プールの電圧 燃料プールの電圧 燃料プールの電圧 燃料プールの電圧	燃料プール監視カメラ 温度(SA)	1	1	0	-	燃料プールの電圧	1	1	1	燃料プールの電圧を監視すること が、燃料プールの監視可能	
			1	1	1	①	-	燃料プールの電圧	1	1	1	燃料プールの電圧を監視すること が、燃料プールの監視可能
			1	1	1	①	-	燃料プールの電圧	1	1	1	燃料プールの電圧を監視すること が、燃料プールの監視可能
			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	監視事項は主要バ ラメータにて確認
			1	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P/C電圧	1	1	1	監視事項は主要バ ラメータにて確認
			1	1	1	③	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	直流電源電圧	1	1	1	監視事項は主要バ ラメータにて確認
			1	1	1	③	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	直流電源電圧	1	1	1	監視事項は主要バ ラメータにて確認
			1	1	1	③	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	直流電源電圧	1	1	1	監視事項は主要バ ラメータにて確認
			1	1	1	③	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	直流電源電圧	1	1	1	監視事項は主要バ ラメータにて確認
			1	1	1	③	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	直流電源電圧	1	1	1	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

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
		計器数	計器名称	補助パラメータ分類理由	計器数	計器名称	計器故障等	
1.11.2.2 使用済燃料プールからの大量の水の漏えい発生時の対応手順 (2) 漏えい処理	事故時運転操作手順書 (燃料ベース) 「SFP 水位・電圧制御」 「原子炉建屋排気」 事故時運転操作手順書 (シビアアクシデン ト) 「E/B 制御」 事故時運転操作手順書 (停止時燃料ベース) 「原子炉建屋排気」 事故時運転操作手順書 (シビアアクシデン ト) 「E/B 制御」 事故時運転操作手順書 (停止時燃料ベース) 「原子炉建屋排気」 事故時運転操作手順書 (シビアアクシデン ト) 「E/B 制御」	1	燃料プール水位・電圧監視	-	1	燃料プール水位・電圧監視	監視事項は主として燃料プール水位・電圧監視による監視が可能	
		1	燃料プール水位・電圧監視	-	1	燃料プール水位・電圧監視	監視事項は主として燃料プール水位・電圧監視による監視が可能	
		1	燃料プール水位・電圧監視	-	1	燃料プール水位・電圧監視	監視事項は主として燃料プール水位・電圧監視による監視が可能	
		1	燃料プール水位・電圧監視	-	1	燃料プール水位・電圧監視	監視事項は主として燃料プール水位・電圧監視による監視が可能	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータを計測する計器			評価
		計器数	計器名称	補助パラメータ分類理由	計器数	計器名称	計器故障等	
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外規模な漏えい発生時の対応手順 (1) 燃料プール代替注水 c. 可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系 (可搬型スプレイン/ズル) を使用した使用済燃料プールへの注水 (淡水/海水)	別冊基準 (1) (2) (3)	1	使用済燃料プール温度 (SA)	①	使用済燃料プール温度・電圧監視カメラ	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を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能		
		1	使用済燃料プール水位・電圧監視カメラ	①	使用済燃料プール温度 (SA)	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を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能		
		1	使用済燃料プール温度 (SA)	①	使用済燃料プール温度 (SA)	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を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能		
		1	使用済燃料プール温度 (SA)	①	使用済燃料プール温度 (SA)	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

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
		計器数	計器名称	補助パラメータ分類理由	計器数	計器名称	計器故障等	
1.11.2.2 燃料プールの大量の水の漏えい発生時の対応手順 (2) 漏えい処理 「燃料プール監視」 原子炉建屋排気システム監視 事故時運転操作手順書 (シビアアクシデン ト) 「E/B 制御」 事故時運転操作手順書 (停止時燃料ベ ース) 「原子炉建屋排 気」 事故時運転操作手 順書 (シビアアクシ デン ト) 「E/B 制御」 事故時運転操作手 順書 (停止時燃料ベ ース) 「原子炉建屋排 気」 事故時運転操作手 順書 (シビアアクシ デン ト) 「E/B 制御」	監視	1	燃料プール水位・電圧監視	-	1	燃料プール水位・電圧監視	監視事項は主として燃料プール水位・電圧監視による監視が可能	
		1	燃料プール水位・電圧監視	-	1	燃料プール水位・電圧監視	監視事項は主として燃料プール水位・電圧監視による監視が可能	
		1	燃料プール水位・電圧監視	-	1	燃料プール水位・電圧監視	監視事項は主として燃料プール水位・電圧監視による監視が可能	
		1	燃料プール水位・電圧監視	-	1	燃料プール水位・電圧監視	監視事項は主として燃料プール水位・電圧監視による監視が可能	
		1	燃料プール水位・電圧監視	-	1	燃料プール水位・電圧監視	監視事項は主として燃料プール水位・電圧監視による監視が可能	
		1	燃料プール水位・電圧監視	-	1	燃料プール水位・電圧監視	監視事項は主として燃料プール水位・電圧監視による監視が可能	
		1	燃料プール水位・電圧監視	-	1	燃料プール水位・電圧監視	監視事項は主として燃料プール水位・電圧監視による監視が可能	
		1	燃料プール水位・電圧監視	-	1	燃料プール水位・電圧監視	監視事項は主として燃料プール水位・電圧監視による監視が可能	
		1	燃料プール水位・電圧監視	-	1	燃料プール水位・電圧監視	監視事項は主として燃料プール水位・電圧監視による監視が可能	
		1	燃料プール水位・電圧監視	-	1	燃料プール水位・電圧監視	監視事項は主として燃料プール水位・電圧監視による監視が可能	
		1	燃料プール水位・電圧監視	-	1	燃料プール水位・電圧監視	監視事項は主として燃料プール水位・電圧監視による監視が可能	
		1	燃料プール水位・電圧監視	-	1	燃料プール水位・電圧監視	監視事項は主として燃料プール水位・電圧監視による監視が可能	

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
1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価				
			計器名称	計器数	SBO影響 直後 区分I 高圧電源 を失った場合	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 直後 区分I 高圧電源 を失った場合	計器故障等	SBO		
非常時運転手順書 II (徴候ベース)「使用済燃料プール制御」AM設備別操作手順書 [SFP 原子炉水位・温度監視] [SFP 原子炉水位・温度監視] [SFP 原子炉水位・温度監視] [SFP 原子炉水位・温度監視] [SFP 原子炉水位・温度監視] [SFP 原子炉水位・温度監視] [SFP 原子炉水位・温度監視] [SFP 原子炉水位・温度監視] [SFP 原子炉水位・温度監視] [SFP 原子炉水位・温度監視]	燃料プール水位低 警報	1	1	0	-	使用済燃料プール水位・温度 (SA, 広域)	1	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料棒等の冷却状況、放射線の透過状況及び燃料棒の防止状況を監視することにより、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	
	使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA)	1	1	1	①	使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA, 広域)	1	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料棒等の冷却状況、放射線の透過状況及び燃料棒の防止状況を監視することにより、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	
	使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA, 広域)	1	1	1	①	使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA, 広域)	1	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料棒等の冷却状況、放射線の透過状況及び燃料棒の防止状況を監視することにより、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	
	スキャマセンサー出力	2	2	1	③	使用済燃料プールの状態を監視するパラメータ	使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA, 広域)	1	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料棒等の冷却状況、放射線の透過状況及び燃料棒の防止状況を監視することにより、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	①	使用済燃料プールの状態を監視するパラメータ	使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA, 広域)	1	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料棒等の冷却状況、放射線の透過状況及び燃料棒の防止状況を監視することにより、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA)	1	1	1	③	使用済燃料プールの状態を監視するパラメータ	使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA, 広域)	1	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料棒等の冷却状況、放射線の透過状況及び燃料棒の防止状況を監視することにより、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA)	1	1	1	③	使用済燃料プールの状態を監視するパラメータ	使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA, 広域)	1	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料棒等の冷却状況、放射線の透過状況及び燃料棒の防止状況を監視することにより、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA)	1	1	1	③	使用済燃料プールの状態を監視するパラメータ	使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA, 広域)	1	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料棒等の冷却状況、放射線の透過状況及び燃料棒の防止状況を監視することにより、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA)	1	1	1	③	使用済燃料プールの状態を監視するパラメータ	使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA, 広域)	1	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料棒等の冷却状況、放射線の透過状況及び燃料棒の防止状況を監視することにより、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA)	1	1	1	③	使用済燃料プールの状態を監視するパラメータ	使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA, 広域)	1	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料棒等の冷却状況、放射線の透過状況及び燃料棒の防止状況を監視することにより、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

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

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価					
		計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO				
非常時運転手順書 II (徴候ベース)「使用済燃料プール制御」AM設備別操作手順書 別冊基準 (2 / 3)	電源	緊急用M/C電圧	1	1	③	緊急用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	緊急用M/C電圧	1	1	1	緊急用M/Cの受電状態を確認することにより、電源の監視可能	-	
		緊急用P/C電圧	1	1	③	緊急用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	緊急用P/C電圧	1	1	1	1	緊急用P/Cの受電状態を確認することにより、電源の監視可能	-
		緊急用直流125V主母線電圧	1	1	③	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	緊急用直流125V主母線電圧	1	1	1	1	直流電源の受電状態を確認することにより、電源の監視可能	-
		M/C 2D電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	M/C 2D電圧	1	1	1	1	非常用M/Cの受電状態を確認することにより、電源の監視可能	-
		P/C 2D電圧	1	1	③	非常用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	P/C 2D電圧	1	1	1	1	非常用P/Cの受電状態を確認することにより、電源の監視可能	-
		直流125V主母線電圧 2B電圧	1	1	③	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	直流125V主母線電圧 2B電圧	1	1	1	1	直流電源の受電状態を確認することにより、電源の監視可能	-
		燃料プール水位 (SA)	1	1	①	燃料プールの水位を確認するパラメータ	燃料プール水位 (SA)	1	1	1	1	燃料プール内の燃料棒等の冷却状況、放射線の透過状況及び燃料棒の防止状況を監視することにより、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		燃料プール水位 (SA)	1	1	①	燃料プールの水位を確認するパラメータ	燃料プール水位 (SA)	1	1	1	1	燃料プール内の燃料棒等の冷却状況、放射線の透過状況及び燃料棒の防止状況を監視することにより、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		燃料プール水位 (SA)	1	1	①	燃料プールの水位を確認するパラメータ	燃料プール水位 (SA)	1	1	1	1	燃料プール内の燃料棒等の冷却状況、放射線の透過状況及び燃料棒の防止状況を監視することにより、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		燃料プール水位 (SA)	1	1	①	燃料プールの水位を確認するパラメータ	燃料プール水位 (SA)	1	1	1	1	燃料プール内の燃料棒等の冷却状況、放射線の透過状況及び燃料棒の防止状況を監視することにより、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認

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		補助パラメータ 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	計器数	直後	直後			
1.11.2.1 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための対応手順 (1) 代替交流電源装置を使用した燃料プールの冷却化による使用済燃料貯蔵槽の冷却 (2) 燃料プールの冷却化 警報 (3) 燃料プールの冷却化 警報 (4) 燃料プールの冷却化 警報 (5) 燃料プールの冷却化 警報 (6) 燃料プールの冷却化 警報 (7) 燃料プールの冷却化 警報 (8) 燃料プールの冷却化 警報 (9) 燃料プールの冷却化 警報 (10) 燃料プールの冷却化 警報	非常時運転作手順 (SFP運転・運転制御) (SFP運転・運転制御) (シビアアクシデン ト) (互換制御) 非常時運転作手順 (停止手順・停止) (SFP 原子炉停止・電 気制御) AM 設備別作手順 (FCV による SFP 操 作) (SFP 風機メタ制御 装置)	燃料プール冷却化 警報	1	1	0	-	燃料貯蔵槽「A」水位・ 温度 (SA)	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵槽内の燃料体等の冷却状況、燃料 貯蔵槽の冷却状況及び燃料貯蔵槽の冷却化を監視すること が、使用済燃料貯蔵槽の監視可能	燃料貯蔵槽内の燃料体等の冷却状況、燃料 貯蔵槽の冷却状況及び燃料貯蔵槽の冷却化を監視すること が、使用済燃料貯蔵槽の監視可能
	燃料貯蔵槽「A」水位・ 温度 (SA)	1	1	1	0	-	燃料貯蔵槽「A」水位・ 温度 (SA)	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵槽内の燃料体等の冷却状況、燃料 貯蔵槽の冷却状況及び燃料貯蔵槽の冷却化を監視すること が、使用済燃料貯蔵槽の監視可能	燃料貯蔵槽内の燃料体等の冷却状況、燃料 貯蔵槽の冷却状況及び燃料貯蔵槽の冷却化を監視すること が、使用済燃料貯蔵槽の監視可能
	燃料貯蔵槽「B」水位・ 温度 (SA)	1	1	1	0	-	燃料貯蔵槽「B」水位・ 温度 (SA)	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵槽内の燃料体等の冷却状況、燃料 貯蔵槽の冷却状況及び燃料貯蔵槽の冷却化を監視すること が、使用済燃料貯蔵槽の監視可能	燃料貯蔵槽内の燃料体等の冷却状況、燃料 貯蔵槽の冷却状況及び燃料貯蔵槽の冷却化を監視すること が、使用済燃料貯蔵槽の監視可能
	燃料貯蔵槽「C」水位・ 温度 (SA)	1	1	1	0	-	燃料貯蔵槽「C」水位・ 温度 (SA)	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵槽内の燃料体等の冷却状況、燃料 貯蔵槽の冷却状況及び燃料貯蔵槽の冷却化を監視すること が、使用済燃料貯蔵槽の監視可能	燃料貯蔵槽内の燃料体等の冷却状況、燃料 貯蔵槽の冷却状況及び燃料貯蔵槽の冷却化を監視すること が、使用済燃料貯蔵槽の監視可能
	燃料貯蔵槽「D」水位・ 温度 (SA)	1	1	1	0	-	燃料貯蔵槽「D」水位・ 温度 (SA)	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵槽内の燃料体等の冷却状況、燃料 貯蔵槽の冷却状況及び燃料貯蔵槽の冷却化を監視すること が、使用済燃料貯蔵槽の監視可能	燃料貯蔵槽内の燃料体等の冷却状況、燃料 貯蔵槽の冷却状況及び燃料貯蔵槽の冷却化を監視すること が、使用済燃料貯蔵槽の監視可能
	燃料貯蔵槽「E」水位・ 温度 (SA)	1	1	1	0	-	燃料貯蔵槽「E」水位・ 温度 (SA)	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵槽内の燃料体等の冷却状況、燃料 貯蔵槽の冷却状況及び燃料貯蔵槽の冷却化を監視すること が、使用済燃料貯蔵槽の監視可能	燃料貯蔵槽内の燃料体等の冷却状況、燃料 貯蔵槽の冷却状況及び燃料貯蔵槽の冷却化を監視すること が、使用済燃料貯蔵槽の監視可能
	燃料貯蔵槽「F」水位・ 温度 (SA)	1	1	1	0	-	燃料貯蔵槽「F」水位・ 温度 (SA)	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵槽内の燃料体等の冷却状況、燃料 貯蔵槽の冷却状況及び燃料貯蔵槽の冷却化を監視すること が、使用済燃料貯蔵槽の監視可能	燃料貯蔵槽内の燃料体等の冷却状況、燃料 貯蔵槽の冷却状況及び燃料貯蔵槽の冷却化を監視すること が、使用済燃料貯蔵槽の監視可能
	燃料貯蔵槽「G」水位・ 温度 (SA)	1	1	1	0	-	燃料貯蔵槽「G」水位・ 温度 (SA)	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵槽内の燃料体等の冷却状況、燃料 貯蔵槽の冷却状況及び燃料貯蔵槽の冷却化を監視すること が、使用済燃料貯蔵槽の監視可能	燃料貯蔵槽内の燃料体等の冷却状況、燃料 貯蔵槽の冷却状況及び燃料貯蔵槽の冷却化を監視すること が、使用済燃料貯蔵槽の監視可能
	燃料貯蔵槽「H」水位・ 温度 (SA)	1	1	1	0	-	燃料貯蔵槽「H」水位・ 温度 (SA)	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵槽内の燃料体等の冷却状況、燃料 貯蔵槽の冷却状況及び燃料貯蔵槽の冷却化を監視すること が、使用済燃料貯蔵槽の監視可能	燃料貯蔵槽内の燃料体等の冷却状況、燃料 貯蔵槽の冷却状況及び燃料貯蔵槽の冷却化を監視すること が、使用済燃料貯蔵槽の監視可能
	燃料貯蔵槽「I」水位・ 温度 (SA)	1	1	1	0	-	燃料貯蔵槽「I」水位・ 温度 (SA)	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵槽内の燃料体等の冷却状況、燃料 貯蔵槽の冷却状況及び燃料貯蔵槽の冷却化を監視すること が、使用済燃料貯蔵槽の監視可能	燃料貯蔵槽内の燃料体等の冷却状況、燃料 貯蔵槽の冷却状況及び燃料貯蔵槽の冷却化を監視すること が、使用済燃料貯蔵槽の監視可能

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	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	計器数	SBO影響		計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			直後	直後				計器数	計器数		直後	直後		
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	水源の確 保	代替淡水貯槽水位	1	1	①	①	1	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			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

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	計器数	SBO影響		計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			直後	直後				計器数	計器数		直後	直後		
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	水源の確 保	代替淡水貯槽水位	1	1	①	①	1	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	

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	負荷切り直し後			直後	負荷切り直し後			
事故時運転転手手順書 【(備後ベース)】 事故時運転転作手順書 【(シビアアクシデン ト)】 【(R/B 初期)】 事故時運転転作手順書 【(停止時運転ベース)】 【(SFP 原子炉水位・温 度制御)】 AM 冷却機動作手順書 【(停止時運転ベース)】 【(SFP 冷却機動作手 順書)】 【(SFP 冷却機動作手 順書)】	使用済燃料貯蔵槽の監視	燃料プール水位低 警報	1	1	0	燃料プール水位・温度 (SA 広域)	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料体等の冷却状況を確認すること ができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要ハ ラメータにて確認	
		燃料プール温度高 警報	1	1	0	使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料体等の冷却状況を確認すること ができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要ハ ラメータにて確認	
		使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA)	1	1	1	①	使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料体等の冷却状況を確認すること ができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要ハ ラメータにて確認
		使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA 広域)	1	1	1	①	使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料体等の冷却状況を確認すること ができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要ハ ラメータにて確認
使用済燃料貯蔵槽の監視	使用済燃料貯蔵槽の監視	スキマキーミング水位	2	2	1	③	使用済燃料プールの状態を監視するパラメータ	1	1	1	監視事項は主要ハ ラメータにて確認	
		FTC ポンプ吐出流量	2	2	1	③	使用済燃料プールの状態を監視するパラメータ	1	1	1	監視事項は主要ハ ラメータにて確認	
使用済燃料貯蔵槽の監視	使用済燃料貯蔵槽の監視	使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	①	使用済燃料プールの状態を監視するパラメータ	1	1	1	監視事項は主要ハ 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	使用済燃料プールの状態を監視するパラメータ	1	1	1	監視事項は主要ハ ラメータにて確認	
使用済燃料貯蔵槽の監視	使用済燃料貯蔵槽の監視	使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	③	使用済燃料プールの状態を監視するパラメータ	1	1	1	監視事項は主要ハ ラメータにて確認	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
				直後	負荷切り直し後			直後	負荷切り直し後		
非事故時運転手 手順書 II (備後 ベース) 【使用済燃料 プールの監視】 AM設備別機 作手順書	使用済燃料貯蔵槽の監視	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	①	使用済燃料プール水位・温度 (SA 広域)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料体等の冷却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	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燃料体等の冷却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	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燃料体等の冷却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	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燃料体等の冷却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
操作 (1 / 2)	使用済燃料貯蔵槽の監視	燃料取替フロア燃料プール監視カメラ	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	1	1	1	監視事項は主要ハ ラメータにて確認
		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	1	1	1	監視事項は主要ハ ラメータにて確認
		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	1	1	監視事項は主要ハ ラメータにて確認
		燃料取替フロア燃料プール監視カメラ	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	1	1	1	監視事項は主要ハ 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

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	負荷切り直し後			直後	負荷切り直し後		
事故時運転転作手順書 (備後ベース) 【燃料プールの初期】 原子炉建屋換気系監視 【燃料プール監視カメラ】	燃料プールの監視	燃料プール監視カメラ (S A)	1	0	0	①	燃料プール水位 (SA)	1	0	0	燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料体等の冷却状況を確認すること ができ、燃料プールの監視可能
		【エリア放射線モニタ】 燃料取替床放射線モニタ	2	0	0	②	燃料プール水位・温度 (S A)	1	1	1	燃料プールの冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料体等の冷却状況を確認すること ができ、燃料プールの監視可能
		燃料取替床放射線モニタ	4	4	0	③	燃料プール監視カメラ (S A)	1	1	1	燃料プールの冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料体等の冷却状況を確認すること ができ、燃料プールの監視可能
		燃料取替床放射線モニタ	1	1	1	①	燃料プール監視カメラ (S A)	1	0	0	燃料プールの冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料体等の冷却状況を確認すること ができ、燃料プールの監視可能

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
		計器名称	計器数	負荷切り離し後	パラメータ	補助パラメータ	計器名称		計器数
1.11.2.1 使用済燃料プールの冷却機能又は注水機能の喪失時、又は使用済燃料プール水の小規模な漏えい発生時の対応手順 d. 消火器による使用済燃料プールへの注水	非常時運転手順書 AM設備別機作手順書	使用済燃料プールの監視	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燃料プールの防止状況を監視することによって、出パラメータを監視することによって、使用済燃料プールの監視可能
非常時運転手順書 AM設備別機作手順書	燃料プールの監視	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 (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燃料プールの防止状況を監視することによって、出パラメータを監視することによって、使用済燃料プールの監視可能
		使用済燃料プール監視カメラ	1	1	①	使用済燃料プール水位・温度 (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燃料プールの防止状況を監視することによって、出パラメータを監視することによって、使用済燃料プールの監視可能
非常時運転手順書 AM設備別機作手順書	燃料プールの監視	燃料貯蔵フロア燃料プール監視カメラ	1	0	③	燃料貯蔵フロア燃料プール監視カメラ	1	0	燃料貯蔵フロア燃料プール監視カメラによる監視
		燃料貯蔵フロア燃料プール監視カメラ	1	0	③	燃料貯蔵フロア燃料プール監視カメラ	1	0	燃料貯蔵フロア燃料プール監視カメラによる監視
非常時運転手順書 AM設備別機作手順書	燃料プールの監視	燃料貯蔵フロア燃料プール監視カメラ	4	4	③	燃料貯蔵フロア燃料プール監視カメラ	4	4	燃料貯蔵フロア燃料プール監視カメラによる監視
		燃料貯蔵フロア燃料プール監視カメラ	4	4	③	燃料貯蔵フロア燃料プール監視カメラ	4	4	燃料貯蔵フロア燃料プール監視カメラによる監視

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

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	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
				計器数	負荷切り離し後	パラメータ	補助パラメータ	計器名称	計器数	
非常時運転手順書 AM設備別機作手順書	燃料プールの監視	燃料プール水位監視カメラ	1	1	①	燃料プール水位 (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燃料プールの防止状況を監視することによって、出パラメータを監視することによって、使用済燃料プールの監視可能	
		燃料プール水位監視カメラ	1	1	①	燃料プール水位 (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燃料プールの防止状況を監視することによって、出パラメータを監視することによって、使用済燃料プールの監視可能	
非常時運転手順書 AM設備別機作手順書	燃料プールの監視	燃料プール監視カメラ	1	0	③	燃料プール監視カメラ	1	0	燃料プール監視カメラによる監視	
		燃料プール監視カメラ	1	0	③	燃料プール監視カメラ	1	0	燃料プール監視カメラによる監視	
非常時運転手順書 AM設備別機作手順書	燃料プールの監視	燃料プール監視カメラ	4	4	③	燃料プール監視カメラ	4	4	燃料プール監視カメラによる監視	
		燃料プール監視カメラ	4	4	③	燃料プール監視カメラ	4	4	燃料プール監視カメラによる監視	

・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

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価				
		計器名称	計器数	SBO影響 直後	負荷切り離し後	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	
1.11.2.4 燃料プールの監視 判断基準 (2 / 2)	電源	M/C 2D電圧	1	1	③	非常用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	
		P/C 2D電圧	1	1	③	非常用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	
		緊急用M/C電圧	1	1	③	緊急用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	
		緊急用P/C電圧	1	1	③	緊急用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	-
		直流125V主母線盤2B電 圧	1	1	③	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	-	-	-	-	-	-	-	-
		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	-	-	-	-	-	-	-	-
水源の確 保		1	0	③	代替水源の確 保状態を確認す るパラメータ	-	-	-	-	-	-	-		

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 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		
					SBO影響 直後	負荷切り離し後			計器故障等	SBO	
1.11.2.4 燃料プールの監視 判断基準 (1 / 2)	燃料プールの監視	燃料プールの監視	燃料プール水位監視	1	1	①	-	-	-	-	-
			燃料プール温度監視	1	1	①	-	-	-	-	-
			燃料プール水位・温度 (S A)	1	1	①	-	-	-	-	-
			燃料プール温度 (S A)	1	1	①	-	-	-	-	-
			燃料プール水位・温度 (S A)	1	0	①	-	-	-	-	-
			燃料プール温度 (S A)	1	0	①	-	-	-	-	-
			燃料プール水位・温度 (S A)	1	0	①	-	-	-	-	-
			燃料プール温度 (S A)	1	0	①	-	-	-	-	-
			燃料プール水位・温度 (S A)	1	0	①	-	-	-	-	-
			燃料プール温度 (S A)	1	0	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

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	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	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	
非常時運転手 顧客II(微検 ベース) 【使用済燃料 プール制御】 AM設備別操 作手順書	使用済燃料 プールの監視 操作 (1、2)	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	①	-	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 にて確認	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		使用済燃料プール水位・ 温度 (SA広域)	1	1	①	-	使用済燃料プール監視カメラ	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 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	-	使用済燃料プール監視カメラ	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 にて確認	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		燃料取替フロア燃料プー ルエリア放射線モニタ	1	0	③	-	使用済燃料プー ルの状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-	-
		原子炉建屋換気系統燃料取 替床排気ダクト放射線モ ニタ	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	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

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	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	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	
非常時運転手 顧客II(微検 ベース) 【使用済燃料 プール制御】 AM設備別操 作手順書	使用済燃料 プールの監視 操作 (1、2)	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	①	-	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 にて確認	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		使用済燃料プール水位・ 温度 (SA広域)	1	1	①	-	使用済燃料プール監視カメラ	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 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	-	使用済燃料プール監視カメラ	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 にて確認	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		燃料取替フロア燃料プー ルエリア放射線モニタ	1	0	③	-	使用済燃料プー ルの状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-	-
		原子炉建屋換気系統燃料取 替床排気ダクト放射線モ ニタ	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	0	③	-	使用済燃料プー ルの状態を確認 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

1.11 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										
		分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価			
			計器名称	計器数	SBO影響 直後	計器名称	計器数	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	消火系ポンプ吐出ヘッド圧力	1	1	0	③	消火系の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
			残留熱除去系系統流量	2	0	0	-	-	-	-	-	-
			ろ過水貯蔵タンク水位	1	0	0	③	代替水源の確保状態を確認するパラメータ	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	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	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	計器故障等	SBO		
												計器数	計器故障等
1.11.2.2 使用済燃料プールスプレイ (1) 燃料プールスプレイ a. 常設低圧代替注水系ポンプによる代替燃料プール注水系 (常設スプレイヘッダ) を使用した使用済燃料プールへのスプレイ			1	1	1	①	-	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域) 使用済燃料プールエリア放射線 モニタ (高レンジ・低レンジ)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 にて確認	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
非常時運転手 手順II (微候 「使用済燃料 プール制御」 AM設備別操 作手順書		使用済燃料プール 温度 (SA) 使用済燃料プール水位・ 温度 (SA広域)	1	1	1	①	-	使用済燃料プール温度 (SA) モニタ (高レンジ・低レンジ) 使用済燃料プール監視カメラ	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 にて確認	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
判断基準 (1) (2)		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) 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	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		-	-	-		
		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		-	-	-		
		緊急用直流125V主母線盤 電圧	1	1	1	③	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ		-	-	-		

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	
対応手段 非常時運転手 手順Ⅱ(既発 ベース) 「使用済燃料 プール制御」 AM設備別操 作手順書	水源の確保 ② / ②	低圧代替注水系原子炉注水流速 (常設ライン用)	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流速 (常設ライン用)	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速 (可搬ライン用)	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流速 (可搬ライン用)	1	1	
		低圧代替注水系原子炉注水流速 (可搬ライン用)	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流速 (可搬ライン用)	1	1	
		低圧代替注水系原子炉注水流速 (可搬ライン用)	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流速 (可搬ライン用)	1	1	
		低圧代替注水系格納容器スプレ イ流量(常設ライン用)	1	1	低圧代替注水系格納容器スプレ イ流量(可搬ライン用)	1	1	
		低圧代替注水系格納容器下部注 水流速	1	1	低圧代替注水系格納容器下部注 水流速	1	1	
		原子炉水位(既設線)	2	2	原子炉水位(サブレンジ・既設線)	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	
操作 ① / ②	使用済燃料プールの監視	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	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	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	
		使用済燃料プール放射線 モニタ(高レンジ・既設線)	1	1	使用済燃料プール放射線 モニタ(高レンジ・既設線)	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	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	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		使用済燃料プール放射線 モニタ(高レンジ・既設線)	1	1	使用済燃料プール放射線 モニタ(高レンジ・既設線)	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

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	監視パラメータ										
	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			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確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		使用済燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ)	1	1	①	-	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		燃料取替フロア燃料プールエリア放射線モニタ	1	0	③	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-
		原子炉建屋換気系燃料取替床排気ダクト放射線モニタ	4	4	③	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-
		原子炉建屋換気系排気ダクト放射線モニタ	4	4	③	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-
		低圧代替注水系使用済燃料プール流量 (常設ライン用)	1	1	③	低圧代替注水系の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-
		常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力	2	2	-	-	-	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

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

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

対応手段	項目	監視パラメータ				計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	評価															
		分類	項目	パラメータ	分類			補助パラメータ	分類理由			直後	負荷切り直し後			直後	負荷切り直し後													
1.11.2.2 使用済燃料プールから大量の水の漏えい発生時の対応手順 b. 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燃料プールへのスプレイ (凉水/海水)	非常時運転手順書Ⅱ (燃料プール制御) AM設備別編作手順書	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	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態を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認															
																使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)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態を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認										
																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	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態を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認						
																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	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態を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認						
																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	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態を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認						
																M/C 2D電圧	1	1	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	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態を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認						
																P/C 2D電圧	1	1	非常用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	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態を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認						
																直流125V主母線電圧2B電圧	1	1	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	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態を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認						

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	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO			
対応手段 非常時運転手 チーム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	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 (常設ライン拡張域用) 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) サブプレッション・プール水位	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	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		代替淡水貯水設備水位	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 (常設ライン拡張域用) 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) サブプレッション・プール水位	1	1	1	1	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

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		計器故障等	SDI		
				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(微線 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 操作 (1, 3)	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	1	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	1	1	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		使用済燃料プール水位・温度 (SA)	1	1	1	1	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		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 (高レンジ・低レンジ)	1	1	1	1	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		燃料貯蔵フロア放射線モニタ	1	0	0	0	使用済燃料プール監視カメラ	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		原子炉建屋換気系統モニタ	4	4	0	0	使用済燃料プール監視カメラ	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		原子炉建屋換気系統モニタ	4	4	0	0	使用済燃料プール監視カメラ	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		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	1	使用済燃料プール監視カメラ	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		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	1	使用済燃料プール監視カメラ	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		補機監視機能											

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

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

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

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

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	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	SPO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	計器名称	計器数	SPO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO	
非常時運転手 手順Ⅱ (復旧 ベース) 「使用済燃料 プール制御」 AM設備別操 作手順書	水源の確 保 (2 / 2)	代替淡水貯槽水位	1	1			低圧代替注水系原子炉注水流量 (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	
			1	1			低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン制御用)	1	1			
			1	1			低圧代替注水系原子炉注水流量 (可換ライン用)	1	1			
			1	1			低圧代替注水系原子炉注水流量 (可換ライン制御用)	1	1			
			1	1			低圧代替注水系統検出器スプレ イ流量 (常設ライン用)	1	1			
			1	1			低圧代替注水系統検出器スプレ イ流量 (可換ライン用)	1	1			
			1	1			低圧代替注水系統検出器下部注 水流量	1	1			
			2	2			原子炉水位 (広帯域)	2	2			
			2	2			原子炉水位 (燃料域)	2	2			
			1	1			原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1			
			1	1			原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1			
			1	1		①	サブレンジ・プール水位	1	1			
			2	2			常設低圧代替注水系ポンプ吐出 圧力	2	2			
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			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 きる、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 きる、使用済燃料プールの監視可 能 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 きる、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	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			
			1	1			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 (S.A.)	1	1			
			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			

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		パラメータ		補助パラメータ		抽出パラメータ		計器名称		計器名称		計器名称		計器名称		評価			
		計器数	直読	計器数	直読	計器数	直読	計器数	直読	計器数	直読	計器数	直読	計器数	直読	計器数	直読				
非常時運転手 担当Ⅱ(常換) 「使用済燃料 プールの監視」 AM設備別換 作手順書	使用済燃料 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監視カメラ	1	1	使用済燃料プールの監視カメラ	1	1	使用済燃料プールの監視カメラ	1	1	使用済燃料プールの監視カメラ	1	使用済燃料プールの監視カメラ	計器故障等	使用済燃料プールの監視カメラの冷却状況及び燃料プールの防犯状況を監視することから、使用済燃料プールの監視カメラの監視項目は抽出パラメータにて確認
		使用済燃料プールの監視カメラ	1	1	①			使用済燃料プールの監視カメラ	1	1	使用済燃料プールの監視カメラ	1	1	使用済燃料プールの監視カメラ	1	1	使用済燃料プールの監視カメラ	1	使用済燃料プールの監視カメラ	計器故障等	使用済燃料プールの監視カメラの冷却状況及び燃料プールの防犯状況を監視することから、使用済燃料プールの監視カメラの監視項目は抽出パラメータにて確認
		使用済燃料プールの監視カメラ	1	1	①			使用済燃料プールの監視カメラ	1	1	使用済燃料プールの監視カメラ	1	1	使用済燃料プールの監視カメラ	1	1	使用済燃料プールの監視カメラ	1	使用済燃料プールの監視カメラ	計器故障等	使用済燃料プールの監視カメラの冷却状況及び燃料プールの防犯状況を監視することから、使用済燃料プールの監視カメラの監視項目は抽出パラメータにて確認
		使用済燃料プールの監視カメラ	1	1	①			使用済燃料プールの監視カメラ	1	1	使用済燃料プールの監視カメラ	1	1	使用済燃料プールの監視カメラ	1	1	使用済燃料プールの監視カメラ	1	使用済燃料プールの監視カメラ	計器故障等	使用済燃料プールの監視カメラの冷却状況及び燃料プールの防犯状況を監視することから、使用済燃料プールの監視カメラの監視項目は抽出パラメータにて確認
		使用済燃料プールの監視カメラ	1	1	①			使用済燃料プールの監視カメラ	1	1	使用済燃料プールの監視カメラ	1	1	使用済燃料プールの監視カメラ	1	1	使用済燃料プールの監視カメラ	1	使用済燃料プールの監視カメラ	計器故障等	使用済燃料プールの監視カメラの冷却状況及び燃料プールの防犯状況を監視することから、使用済燃料プールの監視カメラの監視項目は抽出パラメータにて確認
		使用済燃料プールの監視カメラ	1	1	①			使用済燃料プールの監視カメラ	1	1	使用済燃料プールの監視カメラ	1	1	使用済燃料プールの監視カメラ	1	1	使用済燃料プールの監視カメラ	1	使用済燃料プールの監視カメラ	計器故障等	使用済燃料プールの監視カメラの冷却状況及び燃料プールの防犯状況を監視することから、使用済燃料プールの監視カメラの監視項目は抽出パラメータにて確認
		使用済燃料プールの監視カメラ	1	1	①			使用済燃料プールの監視カメラ	1	1	使用済燃料プールの監視カメラ	1	1	使用済燃料プールの監視カメラ	1	1	使用済燃料プールの監視カメラ	1	使用済燃料プールの監視カメラ	計器故障等	使用済燃料プールの監視カメラの冷却状況及び燃料プールの防犯状況を監視することから、使用済燃料プールの監視カメラの監視項目は抽出パラメータにて確認
		使用済燃料プールの監視カメラ	1	1	①			使用済燃料プールの監視カメラ	1	1	使用済燃料プールの監視カメラ	1	1	使用済燃料プールの監視カメラ	1	1	使用済燃料プールの監視カメラ	1	使用済燃料プールの監視カメラ	計器故障等	使用済燃料プールの監視カメラの冷却状況及び燃料プールの防犯状況を監視することから、使用済燃料プールの監視カメラの監視項目は抽出パラメータにて確認
		使用済燃料プールの監視カメラ	1	1	①			使用済燃料プールの監視カメラ	1	1	使用済燃料プールの監視カメラ	1	1	使用済燃料プールの監視カメラ	1	1	使用済燃料プールの監視カメラ	1	使用済燃料プールの監視カメラ	計器故障等	使用済燃料プールの監視カメラの冷却状況及び燃料プールの防犯状況を監視することから、使用済燃料プールの監視カメラの監視項目は抽出パラメータにて確認
		使用済燃料プールの監視カメラ	1	1	①			使用済燃料プールの監視カメラ	1	1	使用済燃料プールの監視カメラ	1	1	使用済燃料プールの監視カメラ	1	1	使用済燃料プールの監視カメラ	1	使用済燃料プールの監視カメラ	計器故障等	使用済燃料プールの監視カメラの冷却状況及び燃料プールの防犯状況を監視することから、使用済燃料プールの監視カメラの監視項目は抽出パラメータにて確認
使用済燃料プールの監視カメラ	1	1	①			使用済燃料プールの監視カメラ	1	1	使用済燃料プールの監視カメラ	1	1	使用済燃料プールの監視カメラ	1	1	使用済燃料プールの監視カメラ	1	使用済燃料プールの監視カメラ	計器故障等	使用済燃料プールの監視カメラの冷却状況及び燃料プールの防犯状況を監視することから、使用済燃料プールの監視カメラの監視項目は抽出パラメータにて確認		

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

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

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
		分類	計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
					直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		
非常時運転手順書II(微候ベース) 〔使用済燃料プールの制御〕 AM設備別操作手順書	判断基準 (2 / 2)	電源	緊急用M/C電圧	1	1	③	緊急用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-
			緊急用P/C電圧	1	1	③	緊急用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-
			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	SDO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	SDO影響 直後	計器故障等	SDO		
非常時運転手 順書Ⅱ(微炭 ベース) 【使用済燃料 プール制御】 AM設備別操 作手順書	操作 の使用済 燃料プールの監視	使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	①	-	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を監視することので 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	-	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 の防止状況を監視することので 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	-	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 の防止状況を監視することので 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	-	使用済燃料プール温度 (SA) 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境界 の防止状況を監視することので 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		
			燃料取替フロア燃料プー ルエリア放射線モニタ	1	0	③	使用済燃料プー ルの状態を確認 するパラメータ	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 の防止状況を監視することので 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		
			原子炉建屋換気系燃料取 替床排気ダクト放射線モ ニタ	4	4	③	使用済燃料プー ルの状態を確認 するパラメータ	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 の防止状況を監視することので 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		
			原子炉建屋換気系排気ダ クト放射線モニタ	4	4	③	使用済燃料プー ルの状態を確認 するパラメータ	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 の防止状況を監視することので き、使用済燃料プールの監視可 にて確認	監視事項は抽 出パラメータ にて確認		

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対応に係る監視事項

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	抽出バラムメータを計測する計器		抽出バラムメータの代替バラムメータを計測する計器		評価		
		計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器故障等	SDO	
非常時運転手 側見目(監視) 項目B(監視) 使用済燃料 プール監視 AM設備別機 作手順書	1.11.2.3 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	使用済燃料プール温度・重 度(SA広域) モニタ(高レンジ・低レンジ)	1	使用済燃料プール内の高放射 状況、放射線の遮蔽状況及び境界 線の防止状況を監視すること で、使用済燃料プールの監視可 能。	監視事項は抽 出バラムメータ にて確認	
		使用済燃料プール水位・ 温度(SA広域)	1	使用済燃料プール監視カメラ	1	使用済燃料プール内の高放射 状況、放射線の遮蔽状況及び境界 線の防止状況を監視すること で、使用済燃料プールの監視可 能。	監視事項は抽 出バラムメータ にて確認	
		使用済燃料プール監視カ メラ	1	使用済燃料プール温度・重 度(SA広域) モニタ(高レンジ・低レンジ)	1	使用済燃料プール内の高放射 状況、放射線の遮蔽状況及び境界 線の防止状況を監視すること で、使用済燃料プールの監視可 能。	監視事項は抽 出バラムメータ にて確認	
		緊急用M/C電圧	1	緊急用M/Cの 受電状態を確認 するバラムメータ	1	緊急用M/Cの 受電状態を確認 するバラムメータ	-	-
		緊急用P/C電圧	1	緊急用P/Cの 受電状態を確認 するバラムメータ	1	緊急用P/Cの 受電状態を確認 するバラムメータ	-	-
		緊急用減速120主母線電 圧	1	緊急用減速120主母線電 圧	1	緊急用減速120主母線電 圧	-	-
		使用済燃料プール温度 (SA)	1	使用済燃料プール温度・重 度(SA広域) モニタ(高レンジ・低レンジ)	1	使用済燃料プール内の高放射 状況、放射線の遮蔽状況及び境界 線の防止状況を監視すること で、使用済燃料プールの監視可 能。	監視事項は抽 出バラムメータ にて確認	
		使用済燃料プール水位・ 温度(SA広域)	1	使用済燃料プール監視カメラ	1	使用済燃料プール内の高放射 状況、放射線の遮蔽状況及び境界 線の防止状況を監視すること で、使用済燃料プールの監視可 能。	監視事項は抽 出バラムメータ にて確認	
		使用済燃料プール監視カ メラ	1	使用済燃料プール温度・重 度(SA広域) モニタ(高レンジ・低レンジ)	1	使用済燃料プール内の高放射 状況、放射線の遮蔽状況及び境界 線の防止状況を監視すること で、使用済燃料プールの監視可 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

・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発生する水蒸気による監視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 (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	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域) 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境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能
	使用済燃料プール温度 (SA広域)	1	1	1	使用済燃料プール温度 (SA) 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境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能
	使用済燃料プール監視カメラ	1	1	1	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域) 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境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能
	スキャマージャクタ水位	1	0	0	使用済燃料プール監視カメラ	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能
	緊急用M/C電圧	1	1	1	使用済燃料プール温度 (SA) 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境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能
	緊急用P/C電圧	1	1	1	使用済燃料プールの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能
	緊急用直流125V主母線電圧	1	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能
	緊急用排水流量 (代替燃料プール冷却系交換器)	1	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能
	監視機能				緊急用排水系の運転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能
	機能							

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

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境界 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	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 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
		使用済燃料プール監視 カメラ	1	1	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 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
		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境界 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

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 手順Ⅱ(徴収 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 の監視 監視基準	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 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 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 にて確認	監視事項は抽 出パラメータ にて確認			
		緊急用M/C電圧	1	1	緊急用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ	1	1	緊急用M/C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	1	1	緊急用P/C電圧	1	1	-	-
		緊急用直流125V主母線電 圧	1	1	直流通電源の受電 状態を確認する パラメータ	1	1	緊急用直流125V主母線電 圧	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	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		
対芯手段 非常時運転手順書Ⅱ(微候ベース)「使用済燃料プール制御」 AM設備別操作手順書	使用済燃料プールの監視機能	使用済燃料プール温度(SA)	1	1	1	1	使用済燃料プール水位・温度(SA広域) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ・低レンジ)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境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
		使用済燃料プール温度・水位(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境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境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) モニタ(高レンジ・低レンジ)	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	SD0影響 直後 負荷切り離し後	計器名称	計器数	SD0影響 直後 負荷切り離し後	
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								
非常時運転手 手順Ⅱ(概略 ベース) 「使用済燃料 プール制御」 AM設備別操 作手順書	使用済燃料プールの監視	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能
		使用済燃料プール水位・ 温度 (SA広域)	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び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力 メタ	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能
		緊急用M/C電圧	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能
	電源							
		緊急用P/C電圧	1	1	1	1	1	緊急用M/Cの受電状態を確認するパラメータ
		緊急用P/C電圧	1	1	1	1	1	緊急用P/Cの受電状態を確認するパラメータ
		緊急用直流125V主母線電 圧	1	1	1	1	1	直流電源の受電状態を確認するパラメータ

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		計器名称	SBO影響		計器数	抽出理由	抽出理由	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		直後	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 (1) 炉心への放射性物質の拡散抑制 a. 可燃型代替注水大型ポンプ(放水用)及び放水砲による炉心への放射性物質の拡散抑制 b. 大気圏への放射性物質の拡散抑制 c. 大気圏への放射性物質の拡散抑制 d. 大気圏への放射性物質の拡散抑制 e. 大気圏への放射性物質の拡散抑制	原子炉圧力容器内の放射線量計 原子炉圧力容器内の放射線量計 原子炉圧力容器内の放射線量計 原子炉圧力容器内の放射線量計 原子炉圧力容器内の放射線量計 原子炉圧力容器内の放射線量計 原子炉圧力容器内の放射線量計 原子炉圧力容器内の放射線量計 原子炉圧力容器内の放射線量計 原子炉圧力容器内の放射線量計	原子炉圧力容器内の放射線量計 原子炉圧力容器内の放射線量計 原子炉圧力容器内の放射線量計 原子炉圧力容器内の放射線量計 原子炉圧力容器内の放射線量計 原子炉圧力容器内の放射線量計 原子炉圧力容器内の放射線量計 原子炉圧力容器内の放射線量計 原子炉圧力容器内の放射線量計 原子炉圧力容器内の放射線量計	2	1	1	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0			
			2	1	1	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0	0		
			2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	
			3	3	3	3	3	3	3	3	3	3	3	3	3	3	3	3	3	3	
			2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	
			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	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

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		抽出パラメータを計測する計器		計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器故障等	SBO						
			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				
1.12.2.1 炉心の著しい損傷及び原子炉格納容器の破損時又は使用済燃料プール内の燃料体等の著しい損傷時の手順等 (1) 炉心への放射性物質の拡散抑制 a. 可燃型代替注水大型ポンプ(放水用)及び放水砲による炉心への放射性物質の拡散抑制 b. 大気圏への放射性物質の拡散抑制 c. 大気圏への放射性物質の拡散抑制 d. 大気圏への放射性物質の拡散抑制 e. 大気圏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計 原子炉格納容器内の放射線量計 原子炉格納容器内の放射線量計 原子炉格納容器内の放射線量計	原子炉格納容器内の放射線量計 原子炉格納容器内の放射線量計 原子炉格納容器内の放射線量計 原子炉格納容器内の放射線量計	2	2	2	2	2	2	格納容器内放射線量計	2	2	2	2	2	2	2	2	2		
			2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	
			4	4	4	4	4	4	4	4	4	4	4	4	4	4	4	4	4	4
			2	2	2	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

1.12 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		抽出パラメータを計測する計器		計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器故障等	SBO			
			計器名称	計器数	直後	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 (1) 炉心への放射性物質の拡散抑制 a. 可燃型代替注水大型ポンプ(放水用)及び放水砲による炉心への放射性物質の拡散抑制 b. 大気圏への放射性物質の拡散抑制 c. 大気圏への放射性物質の拡散抑制 d. 大気圏への放射性物質の拡散抑制 e. 大気圏への放射性物質の拡散抑制	原子炉圧力容器内の放射線量計 原子炉圧力容器内の放射線量計 原子炉圧力容器内の放射線量計 原子炉圧力容器内の放射線量計 原子炉圧力容器内の放射線量計 原子炉圧力容器内の放射線量計 原子炉圧力容器内の放射線量計 原子炉圧力容器内の放射線量計 原子炉圧力容器内の放射線量計 原子炉圧力容器内の放射線量計	原子炉圧力容器内の放射線量計 原子炉圧力容器内の放射線量計 原子炉圧力容器内の放射線量計 原子炉圧力容器内の放射線量計 原子炉圧力容器内の放射線量計 原子炉圧力容器内の放射線量計 原子炉圧力容器内の放射線量計 原子炉圧力容器内の放射線量計 原子炉圧力容器内の放射線量計 原子炉圧力容器内の放射線量計	2	1	1	0	0	0	0	0	0	0			
			2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	
			2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	
			3	3	3	3	3	3	3	3	3	3	3	3	
			2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	
			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		補助パラメータ分類理由	抽出パラメータを計測する計器		計器名称	SBO影響		評価		
			計器数	直後		計器数	直後		計器数	直後			
多量なバード下対応手 【放射性物質貯蔵庫内に よる核種への放射性物 質の拡散抑制】	原子炉圧 力降下 の注水量	高圧代替注水系統流量	1	1	①	1	1	復水貯蔵槽水位 (SA)	1	1	水源である復水貯蔵槽水位 (SA) の水位変化より代 替監視可能		
		低圧代替注水系統流量 (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 (燃料床) 原子炉水位 (SA)	3	3	水源である復水貯蔵槽水位 (SA) の水位変化より代 替監視可能 格納容器スプレイ流量の代替監視可能 サブレーション・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		
		復水補給水系統流量 (四機 B 系代 替注水流量)	1	1	①	1	1	復水貯蔵槽水位 (SA)	1	1	水源である復水貯蔵槽水位 (SA) の水位変化より代 替監視可能		
		原子炉冷却時停注系統流量	1	1	①	0	①	原子炉水位 (圧帯域) 原子炉水位 (燃料床) 原子炉水位 (SA)	3	3	水源である復水貯蔵槽水位 (SA) の水位変化より代 替監視可能 格納容器下部注水流量の代替監視可能 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		
		制御棒駆動系統流量	1	1	③	0	③	サブレーション・チェンハンプ の水位	1	1	水源であるサブレーション・チェンハンプの 水位変化より代替監視可能		
		復水補給系統流量	3	3	①	1	①	原子炉水位 (圧帯域) 原子炉水位 (燃料床) 原子炉水位 (SA)	3	3	水源である復水貯蔵槽水位 (SA) の水位変化より代 替監視可能 格納容器下部注水流量の代替監視可能 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		
		高圧炉心注水系統流量	2	2	①	1	①	復水貯蔵槽水位 (SA) 原子炉水位 (圧帯域) 原子炉水位 (燃料床) 原子炉水位 (SA)	4	4	水源である復水貯蔵槽水位 (SA) の水位変化より代 替監視可能 格納容器下部注水流量の代替監視可能 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		

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		補助パラメータ分類理由	抽出パラメータを計測する計器		計器名称	SBO影響		評価		
			計器数	直後		計器数	直後		計器数	直後			
原子炉格 納容器へ の注水量 の注水量	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	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 格納容器スプレイ流量の代替監視可能 サブレーション・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		
		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	代替注水貯槽水位	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 格納容器下部注水流量の代替監視可能 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		
		低圧代替注水系統格納容器 下部注水流量	1	1	①	0	①	格納容器下部水位	10	10	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		
		原子炉格 納容器内 の圧力	1	1	①	1	①	サブレーション・チェン ハンプ圧力 ドライウエル周囲気温度 [ドライウエル圧力]	8	8	飽和温度/圧力の関係から、ドライウ エル周囲気温度により代替監視可能 監視可能であればドライウエル圧力 (常用計器) により代替監視可能		

①：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

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		補助パラメータ分類理由	抽出パラメータを計測する計器		計器名称	SBO影響		評価		
			計器数	直後		計器数	直後		計器数	直後			
原子炉格 納容器へ の注水量 の注水量	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)	2	2	①	2	2	代替注水貯槽水位	2	2	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 格納容器スプレイ流量の代替監視可能 サブレーション・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		
		低圧代替注水系統格納容器 スプレイ流量 (可搬ライ ン用)	2	2	①	2	2	代替注水貯槽水位	2	2	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 格納容器下部注水流量の代替監視可能 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		
		低圧代替注水系統格納容器 下部注水流量	2	2	①	0	①	格納容器下部水位	10	10	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		
		原子炉格 納容器内 の圧力	2	2	①	2	①	サブレーション・チェン ハンプ圧力 ドライウエル周囲気温度 [ドライウエル圧力]	8	8	飽和温度/圧力の関係から、ドライウ エル周囲気温度により代替監視可能 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		

・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 分類理由	評価								
			計器名称	計器数	直後	SDO影響 区分Ⅰ直流電源 を電命した場合			計器名称	計器数	直後	SDO影響 区分Ⅰ直流電源 を電命した場合	計器故障等	SDO			
多量なバザー対応手順 【放射性物質吸着材による構内への放射性物質の拡散抑制】	使用済燃料プールの監視 措置(2/3)	-	燃料プール水位低 警報	2	3	1	0	-	-	使用済燃料貯蔵プール水位・位置・風速(SA広域)	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体系等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び構内の防圧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	-	-	使用済燃料貯蔵プール水位・位置・風速(SA)	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体系等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び構内の防圧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広域)	1	1	1	1	①	-	-	使用済燃料貯蔵プール水位・位置・風速(SA)	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体系等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び構内の防圧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広域)	1	1	1	1	①	-	-	使用済燃料貯蔵プール水位・位置・風速(SA)	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体系等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び構内の防圧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広域)	1	1	1	1	①	-	-	使用済燃料貯蔵プール水位・位置・風速(SA)	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体系等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び構内の防圧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広域)	1	1	1	1	①	-	-	使用済燃料貯蔵プール水位・位置・風速(SA)	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体系等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び構内の防圧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広域)	1	1	1	1	①	-	-	使用済燃料貯蔵プール水位・位置・風速(SA)	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体系等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び構内の防圧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広域)	1	1	1	1	①	-	-	使用済燃料貯蔵プール水位・位置・風速(SA)	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体系等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び構内の防圧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広域)	1	1	1	1	①	-	-	使用済燃料貯蔵プール水位・位置・風速(SA)	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体系等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び構内の防圧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広域)	1	1	1	1	①	-	-	使用済燃料貯蔵プール水位・位置・風速(SA)	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体系等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び構内の防圧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広域)	1	1	1	1	①	-	-	使用済燃料貯蔵プール水位・位置・風速(SA)	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体系等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び構内の防圧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広域)	1	1	1	1	①	-	-	使用済燃料貯蔵プール水位・位置・風速(SA)	1	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体系等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び構内の防圧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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 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	SDO影響 負荷切り離し後			計器名称	計器数	直後
重大事故等対策要項	操作 (2/3)	原子炉格納容器内の圧力	サブプレッジョン・チェンバース温風温度	1	1	①	-	-	直接的に格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉建屋内の水素濃度	原子炉建屋水素濃度	5	3	①	-	-	静的制式水素再結合器動作監視装置	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水位・温度(SA広域)	使用済燃料プール水位・温度(SA広域)	1	1	①	-	-	使用済燃料プールの監視カメラ	監視事項は抽出パラメータにて確認
		使用済燃料プールの監視	使用済燃料プール監視カメラ	1	1	①	-	-	使用済燃料プールの冷卻状況、放射線の遮蔽状況及び構内の防圧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

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

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類理由	評価			
	計器数	直後			計器名称	計器数	直後	SDO影響
原子炉格納容器内の圧力監視	原子炉格納容器内の圧力	2	2	1	1	1	直接的に原子炉格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	1	1	監視可能であればサブプレッジョン・チェンバース圧力(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
	原子炉格納容器内の圧力	2	2	2	2	2	監視可能であればサブプレッジョン・チェンバース圧力(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
	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	1	1	監視可能であればサブプレッジョン・チェンバース圧力(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
	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	1	1	監視可能であればサブプレッジョン・チェンバース圧力(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
	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	1	1	監視可能であればサブプレッジョン・チェンバース圧力(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
	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	1	1	監視可能であればサブプレッジョン・チェンバース圧力(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
	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	1	1	監視可能であればサブプレッジョン・チェンバース圧力(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
	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	1	1	監視可能であればサブプレッジョン・チェンバース圧力(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
	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	1	1	監視可能であればサブプレッジョン・チェンバース圧力(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
	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	1	1	監視可能であればサブプレッジョン・チェンバース圧力(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
	原子炉格納容器内の圧力	1	1	1	1	1	監視可能であればサブプレッジョン・チェンバース圧力(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

・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	計器名称	計器数	分組理由	
重大事故等対策要領	1.12.1 炉心の著しい損傷及び原子炉機械部分の破損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するものであり、原子炉外への放射性物質の拡散抑制を目的とするものではない。	原子炉内 炉心内の放射性物質の拡散抑制	2	1	0	①	—	—	エリア放射線モニタの上限より代替監視可能
			2	1	0	①	—	—	エリア放射線モニタの上限より代替監視可能
			2	2	2	①	—	—	原子炉圧力(圧力)監視装置
			2	2	2	①	—	—	原子炉圧力(圧力)監視装置
			2	2	2	①	—	—	原子炉圧力(圧力)監視装置
			2	2	2	①	—	—	原子炉圧力(圧力)監視装置
			2	2	2	①	—	—	原子炉圧力(圧力)監視装置
			2	2	2	①	—	—	原子炉圧力(圧力)監視装置
			2	2	2	①	—	—	原子炉圧力(圧力)監視装置
			2	2	2	①	—	—	原子炉圧力(圧力)監視装置
			2	2	2	①	—	—	原子炉圧力(圧力)監視装置
			2	2	2	①	—	—	原子炉圧力(圧力)監視装置
			2	2	2	①	—	—	原子炉圧力(圧力)監視装置
			2	2	2	①	—	—	原子炉圧力(圧力)監視装置
			2	2	2	①	—	—	原子炉圧力(圧力)監視装置

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	計器名称	計器数	分組理由		
重大事故等対策要領	原子炉内 炉心内の放射性物質の拡散抑制	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抽出パラメータにて確認	
			1	—	—	—	—	—	使用済燃料プールの監視可能	
			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抽出パラメータにて確認	
原子炉建屋周辺の放射線量率	③	③	4	—	—	—	—	—	—	
			4	—	—	—	—	—	—	—
			4	—	—	—	—	—	—	—

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

項目	分類	計器数	分組理由	分組	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	分組理由	計器名称	計器数	分組理由																																																																																																																																																	
重大事故等対策要領	原子炉内 炉心内の放射性物質の拡散抑制	2	1	0	①	—	—	—	—	—	—	—																																																																																																																																															
													2	1	0	①	—	—	—	—	—	—	—																																																																																																																																				
																								2	1	0	①	—	—	—	—	—	—	—																																																																																																																									
																																			2	1	0	①	—	—	—	—	—	—	—																																																																																																														
																																														2	1	0	①	—	—	—	—	—	—	—																																																																																																			
																																																									2	1	0	①	—	—	—	—	—	—	—																																																																																								
																																																																				2	1	0	①	—	—	—	—	—	—	—																																																																													
																																																																															2	1	0	①	—	—	—	—	—	—	—																																																																		
																																																																																										2	1	0	①	—	—	—	—	—	—	—																																																							
																																																																																																					2	1	0	①	—	—	—	—	—	—	—																																												
																																																																																																																2	1	0	①	—	—	—	—	—	—	—																																	
																																																																																																																											2	1	0	①	—	—	—	—	—	—	—																						
																																																																																																																																						2	1	0	①	—	—	—	—	—	—	—											
																																																																																																																																																	2	1	0	①	—	—	—	—	—	—	—
2	1	0	①	—	—	—	—	—	—	—																																																																																																																																																	
											2	1	0	①	—	—	—	—	—	—	—																																																																																																																																						
																						2	1	0	①	—	—	—	—	—	—	—																																																																																																																											
																																	2	1	0	①	—	—	—	—	—	—	—																																																																																																																

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.12 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

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, 補助パラメータ分類, 補助パラメータ分類理由, SBO影響, 計器故障等, SBO

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

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, 補助パラメータ分類, 補助パラメータ分類理由, SBO影響, 計器故障等, SBO

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

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, 補助パラメータ分類, 補助パラメータ分類理由, SBO影響, 計器故障等, SBO

・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	補助パラメータ 分類	SBO影響			計器名称	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器数	直後	直後 区分1直直電源 を任命した場合			計器数	直後	直後 区分1直直電源 を任命した場合		計器故障等	SBO		
多様なハザード対応手順 (防衛的止断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	2	2	1	0	-	-	1	1	1	-	使用済燃料プールの水位・温度(SA広域)	使用済燃料プールの燃料体等の冷却状況、放射線量の過剰状況及び燃料体の腐食状況を確認すること ラメータにて確認	監視事項は主要パラメータにて確認
		1	1	1	1	①	-	-	1	1	1	使用済燃料貯蔵プールの監視カメータ	使用済燃料貯蔵プールの燃料体等の冷却状況、放射線量の過剰状況及び燃料体の腐食状況を確認すること ラメータにて確認	監視事項は主要パラメータにて確認
		1	1	1	1	①	-	-	1	1	1	使用済燃料貯蔵プールの監視カメータ	使用済燃料貯蔵プールの燃料体等の冷却状況、放射線量の過剰状況及び燃料体の腐食状況を確認すること ラメータにて確認	監視事項は主要パラメータにて確認
		1	1	1	1	①	-	-	1	1	1	使用済燃料貯蔵プールの監視カメータ	使用済燃料貯蔵プールの燃料体等の冷却状況、放射線量の過剰状況及び燃料体の腐食状況を確認すること ラメータにて確認	監視事項は主要パラメータにて確認
		1	1	1	1	①	-	-	1	1	1	使用済燃料貯蔵プールの監視カメータ	使用済燃料貯蔵プールの燃料体等の冷却状況、放射線量の過剰状況及び燃料体の腐食状況を確認すること ラメータにて確認	監視事項は主要パラメータにて確認
		1	1	1	1	①	-	-	1	1	1	使用済燃料貯蔵プールの監視カメータ	使用済燃料貯蔵プールの燃料体等の冷却状況、放射線量の過剰状況及び燃料体の腐食状況を確認すること ラメータにて確認	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 分類理由	補助パラメータ 分類	SBO影響			計器名称	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器数	直後	直後 区分1直直電源 を任命した場合			計器数	直後	直後 区分1直直電源 を任命した場合		計器故障等	SBO		
判断基準 (2 / 6)	原子炉圧力 容器内の 水位	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	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と崩壊熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視可能 にて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		1	1	1	-	-	-	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 にて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認		
		1	1	1	-	-	-	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と崩壊熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視可能 にて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認		
		1	1	1	-	-	-	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と崩壊熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視可能 にて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認		
		1	1	1	-	-	-	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と崩壊熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視可能 にて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認		
		1	1	1	-	-	-	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と崩壊熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視可能 にて確認	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

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	補助パラメータ 分類	SBO影響			計器名称	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器数	直後	直後 区分1直直電源 を任命した場合			計器数	直後	直後 区分1直直電源 を任命した場合		計器故障等	SBO		
判断基準 (1 / 4)	原子炉圧力 容器内の 水位	2	2	1	①	-	-	18	0	0	モニタリング中の水位(注)の注水流量より監視可能	モニタリング中の水位(注)の注水流量より監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	
		2	2	1	①	-	-	18	0	0	モニタリング中の水位(注)の注水流量より監視可能	モニタリング中の水位(注)の注水流量より監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認	
		2	2	1	①	-	-	2	2	1	原子炉圧力	原子炉圧力	監視事項は主要パラメータにて確認	
		2	2	1	①	-	-	1	1	1	原子炉圧力(SA)	原子炉圧力(SA)	監視事項は主要パラメータにて確認	
		2	2	1	①	-	-	2	2	1	原子炉圧力(広域)	原子炉圧力(広域)	監視事項は主要パラメータにて確認	
		2	2	1	①	-	-	2	2	1	原子炉圧力(燃料)	原子炉圧力(燃料)	監視事項は主要パラメータにて確認	
		2	2	1	①	-	-	1	1	1	原子炉圧力(燃料)	原子炉圧力(燃料)	監視事項は主要パラメータにて確認	
		2	2	1	①	-	-	1	1	1	原子炉圧力(燃料)	原子炉圧力(燃料)	監視事項は主要パラメータにて確認	
		2	2	1	①	-	-	1	1	1	原子炉圧力(燃料)	原子炉圧力(燃料)	監視事項は主要パラメータにて確認	
		2	2	1	①	-	-	1	1	1	原子炉圧力(燃料)	原子炉圧力(燃料)	監視事項は主要パラメータにて確認	
		2	2	1	①	-	-	1	1	1	原子炉圧力(燃料)	原子炉圧力(燃料)	監視事項は主要パラメータにて確認	
		2	2	1	①	-	-	1	1	1	原子炉圧力(燃料)	原子炉圧力(燃料)	監視事項は主要パラメータにて確認	
		2	2	1	①	-	-	1	1	1	原子炉圧力(燃料)	原子炉圧力(燃料)	監視事項は主要パラメータにて確認	
		2	2	1	①	-	-	1	1	1	原子炉圧力(燃料)	原子炉圧力(燃料)	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】
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

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

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 区分 I 直流電源 区分 II 直流電源 を延命した場合	計器名称	計器数	直後	SBO 影響 区分 I 直流電源 区分 II 直流電源 を延命した場合	計器故障等	SBO
1.12.2.2 原子炉格納庫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. 化学消防自動車速達又は大型化消防車放水車等による泡消火 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】	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
1.12.2.2 原子炉格納庫周辺における航空機衝突による航空機燃料火災時の手順 (2) 航空機燃料火災への泡消火 a. 大容積放水車（原子炉球殻放水設備用）、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泡消火 多様なハザード対応手順 【航空機燃料火災への泡消火】	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-

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	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	計器名称	計器数	直後	SBO 影響 直後	計器故障等	SBO
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	高圧代替注水系原子炉注水量 (可搬ライン狭帯域用)	1	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、高圧代替注水系系統流量の代替監視可能	計器故障等	SBO
		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 (可搬ライン用)	1	1	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、高圧代替注水系系統流量の代替監視可能		
		低圧代替注水系原子炉注水量 (可搬ライン狭帯域用)	低圧代替注水系原子炉注水量 (可搬ライン狭帯域用)	1	1	原子炉水位 (燃料域)	2	2	常設高圧代替注水系ポンプが正常に動作していることを確認することにより代替監視可能		
		低圧代替注水系原子炉注水量 (可搬ライン狭帯域用)	低圧代替注水系原子炉注水量 (可搬ライン狭帯域用)	1	1	原子炉水位 (燃料域)	2	2	代替淡水貯槽水位、西側淡水貯槽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		
		低圧代替注水系原子炉注水量 (可搬ライン狭帯域用)	低圧代替注水系原子炉注水量 (可搬ライン狭帯域用)	1	1	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、低圧代替注水系原子炉注水量の代替監視可能		

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

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	計器名称	計器数	直後	SBO 影響 直後	計器故障等	SBO
原子炉圧力容器への注水量	高圧代替注水系原子炉注水量 (可搬ライン狭帯域用)	1	1	1	サブレーション・プール水位	1	1	1	崩壊熱除去に必要な注水量と原子炉水位の変化より、高圧代替注水系原子炉注水量の代替監視可能	計器故障等 崩壊熱除去に必要な注水量と原子炉水位の変化より、高圧代替注水系原子炉注水量の代替監視可能
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 (常設ライン用)	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	
低圧代替注水系原子炉注水量 (可搬ライン用)	低圧代替注水系原子炉注水量 (可搬ライン用)	1	1	1	原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	常設高圧代替注水系ポンプが正常に動作していることを確認することにより代替監視可能	
低圧代替注水系原子炉注水量 (可搬ライン狭帯域用)	低圧代替注水系原子炉注水量 (可搬ライン狭帯域用)	1	1	1	原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	代替淡水貯槽水位、西側淡水貯槽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	

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	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	補助パラメータ	パラメータ	抽出パラメータ		評価		
			計器名称	計器数	直後				負荷切り離し後	計器名称		計器数	直後
判断基準 (1 / 6)	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	原子炉水位 (広帯域)	1	1	サブプレッション・プール水位	1	1	サブプレッション・プール水位の水位変化より、代替循環冷却系原子炉注水量の代替監視可能
				2	2	①	原子炉水位 (燃料域)	2	2	原子炉水位 (広帯域)	2	2	原子炉水位 (燃料域)
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統流量	1	1	①	原子炉水位 (広帯域)	2	2	原子炉水位 (広帯域)	2	2	前線熱除去に必要な注水量と原子炉水監視事項は抽出パラメータにて確認
				1	1	①	原子炉水位 (燃料域)	1	1	原子炉水位 (燃料域)	1	1	注水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ポンプ吐出圧力	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	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	1		サブプレッション・プール水位	1	1	サブプレッション・プール水位の水位変化より、原子炉隔離時冷却系統流量の代替監視可能	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統流量の代替監視可能
重大事故等対策要領		原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力	原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力	1	1		原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力	1	1	原子炉隔離時冷却系ポンプが正常に動作していることを確認することにより代替監視可能	1	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	1		原子炉水位 (広帯域)	2	2	原子炉水位 (広帯域)	2	2	前線熱除去に必要な注水量と原子炉水監視事項は抽出パラメータにて確認

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

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

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

項目	発生	計器数	計器名称	抽出パラメータ	補助パラメータ	パラメータ	抽出パラメータ		評価				
							計器数	直後		負荷切り離し後			
原子炉圧力容器への注水量	②	2	原子炉水位 (広帯域)	1	1	①	原子炉水位 (広帯域)	2	2	サブプレッション・プール水位	1	1	サブプレッション・プール水位の水位変化より、代替循環冷却系原子炉注水量の代替監視可能
原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力	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	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
原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力	②	1	原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力	1	1		原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力	1	1	原子炉隔離時冷却系ポンプが正常に動作していることを確認することにより代替監視可能	1	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		抽出パラメータを計測する計器		計器名称	計器数	直後	負荷切り直し後	計器数	直後	負荷切り直し後	計器故障等	SBO
			計器数	分組	計器数	分組									
対応手段 重大事故等 重要項	原子炉圧 力容器へ の注水量 (5 / 6)	高圧炉心スプレイス系統 流量	1	0	0	0	サブプレッション・プール 水位	1	1	1	1	1	1	サブプレッション・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	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			1	0	0	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	2 2 1 1	2 2 1 1	2 2 1 1	2 2 1 1	2 2 1 1	2 2 1 1	
同 項 注 文 書 (4 / 4)	原子炉圧 力容器へ の注水量 (5 / 6)	残留熱除去系統流量	3	0	0	0	高圧炉心スプレイス系ボ ンプ吐出圧力	1	0	0	0	0	0	高圧炉心スプレイス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	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			1	0	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 (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	2 2 1 1	2 2 1 1	2 2 1 1	2 2 1 1	
同 項 注 文 書 (4 / 4)	原子炉圧 力容器へ の注水量 (5 / 6)	低圧炉心スプレイス系統 流量	1	0	0	0	残留熱除去系ボンプ吐出 圧力	3	0	0	0	0	0	残留熱除去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	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			1	0	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 (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	2 2 1 1	2 2 1 1	2 2 1 1	2 2 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

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		抽出パラメータを計測する計器		計器名称	計器数	直後	負荷切り直し後	計器数	直後	負荷切り直し後	計器故障等	SBO		
			計器数	分組	計器数	分組											
原子力系対策子機 直後放射性物質拡散による 放射性物質の拡散	燃料プールの 監視	燃料プール水位監視 (A)	1	1	1	1	燃料プール水位 (S.A.)	1	0	0	0	0	0	燃料プール内の燃料集合体等の溶融状況、放射線の濃 度状況及び燃料の付着状況を監視することができ、燃 料プールの監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認		
			1	1	1	1	燃料プールの水位・温度 (S A) 燃料プールの放射線モニ タ (高レンジ・低レン ジ) (S.A.)	1 1	1 1	1 1	1 1	1 1	1 1	1 1		燃料プールの燃料集合体等の溶融状況、放射線の濃 度状況及び燃料の付着状況を監視することができ、燃 料プールの監視可能	
同 項 注 文 書 (4 / 4)	燃料プールの 監視	燃料プール水位 (S.A.)	1	0	0	0	燃料プールの水位・温度 (S A) 燃料プールの放射線モニ タ (高レンジ・低レン ジ) (S.A.)	1 1	0 0	0 0	0 0	0 0	0 0	0 0	燃料プールの燃料集合体等の溶融状況、放射線の濃 度状況及び燃料の付着状況を監視することができ、燃 料プールの監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
			1	0	0	0	燃料プールの監視カメラ (S A) 燃料プールの放射線モニ タ (高レンジ・低レン ジ) (S.A.)	1 1	0 0	0 0	0 0	0 0	0 0	0 0	0 0		燃料プールの燃料集合体等の溶融状況、放射線の濃 度状況及び燃料の付着状況を監視することができ、燃 料プールの監視可能
同 項 注 文 書 (4 / 4)	燃料プールの 監視	燃料プールの監視カメラ (S.A.)	1	1	1	1	燃料プールの監視カメラ (S A) 燃料プールの放射線モニ タ (高レンジ・低レン ジ) (S.A.)	1 1	1 1	1 1	1 1	1 1	1 1	1 1	1 1	燃料プールの燃料集合体等の溶融状況、放射線の濃 度状況及び燃料の付着状況を監視することができ、燃 料プールの監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			1	1	1	1	燃料プールの監視カメラ (S A) 燃料プールの放射線モニ タ (高レンジ・低レン ジ) (S.A.)	1 1	1 1	1 1	1 1	1 1	1 1	1 1	1 1	燃料プールの燃料集合体等の溶融状況、放射線の濃 度状況及び燃料の付着状況を監視することができ、燃 料プールの監視可能	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

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
重大事故等対策要項	制基事(6/5)	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	1	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、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	使用済燃料プール温度 (SA広域)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状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広域)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		使用済燃料プール監視カメラ	1	1	1	使用済燃料プール監視カメラ	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		操作	-	-	-	-	-	-	-	-	-

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

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	
												パラメータ分類
重大事故等対策要項	制基事(6/5)	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	2	2	2	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	2	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	使用済燃料プール温度 (SA広域)	2	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広域)	2	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	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	2	使用済燃料プール監視カメラ	2	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	2	使用済燃料プール監視カメラ	2	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	2	使用済燃料プール監視カメラ	2	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	2	使用済燃料プール監視カメラ	2	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	2	使用済燃料プール監視カメラ	2	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	2	使用済燃料プール監視カメラ	2	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	2	使用済燃料プール監視カメラ	2	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	2	使用済燃料プール監視カメラ	2	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	2	使用済燃料プール監視カメラ	2	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	2	使用済燃料プール監視カメラ	2	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	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
		分類	計器名称	計器数	直後 SBO影響 負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後 SBO影響 負荷切り離し後	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) / 6)	格納容器内放射線の放射線量率	格納容器内放射線モニタ (D/W)	2	2	①	-	格納容器内放射線モニタ (S/C)	2	2	直接的に格納容器内放射線レベルを計測することができ、監視可能にて確認	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温度	原子炉圧力容器温度	4	4	①	-	原子炉圧力 (SA) 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) 残留熱除去系熱交換器入口温度	2 2 2 1 1 2	2 2 2 1 1 0	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 残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系熱交換器入口温度より原子炉圧力容器温度の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

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

① 重要監視パラメータ，② 有効監視パラメータ，③ 補助パラメータ

項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価			
	分類	計器名称	計器数	直後 SBO影響 負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後 SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO			
原子炉格納容器内の放射線の量率 判断基準 (1) / 6)	原子炉格納容器内の放射線の放射線量率	格納容器内放射線の放射線量率	格納容器内放射線モニタ (D/W)	2	2	①	-	格納容器内放射線モニタ (S/C)	2	2	直接的に格納容器内放射線レベルを計測することができ、監視可能にて確認	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温度	原子炉圧力容器温度	4	4	①	-	原子炉圧力 (SA) 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) 残留熱除去系熱交換器入口温度	2 2 2 1 1 2	2 2 2 1 1 0	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 残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系熱交換器入口温度より原子炉圧力容器温度の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		計器名称	計器数	SBO影響		評価
		計器名称	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器数			直後	負荷切り離し後	
重大事故等対策要領	原子炉圧力容器内の水位	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (S.A.燃料域)	①	①	原子炉水位 (S.A.燃料域)	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 (S.A.燃料域)	①	①	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	
			高圧代替注水系統流量			高圧代替注水系統流量	1	1	1	
			低圧代替注水系統流量			低圧代替注水系統流量	1	1	1	
			低圧代替注水系統流量 (常設ライン)			低圧代替注水系統流量 (常設ライン)	1	1	1	
			低圧代替注水系統流量 (可搬ライン)			低圧代替注水系統流量 (可搬ライン)	1	1	1	
			低圧代替注水系統流量 (可搬ライン)			低圧代替注水系統流量 (可搬ライン)	1	1	1	
			低圧代替注水系統流量 (可搬ライン)			低圧代替注水系統流量 (可搬ライン)	1	1	1	
			低圧代替注水系統流量 (可搬ライン)			低圧代替注水系統流量 (可搬ライン)	1	1	1	
			低圧代替注水系統流量 (可搬ライン)			低圧代替注水系統流量 (可搬ライン)	1	1	1	
			低圧代替注水系統流量 (可搬ライン)			低圧代替注水系統流量 (可搬ライン)	1	1	1	
			低圧代替注水系統流量 (可搬ライン)			低圧代替注水系統流量 (可搬ライン)	1	1	1	
			低圧代替注水系統流量 (可搬ライン)			低圧代替注水系統流量 (可搬ライン)	1	1	1	
原子炉圧力			原子炉圧力	2	2	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力 (S.A.) 及びサブプレッション・チェーン圧力の差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能		
原子炉圧力			原子炉圧力	2	2	2	2			
原子炉圧力			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

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		抽出パラメータを計測する計器		計器名称	計器数	SBO影響		評価
		計器名称	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器数			直後	負荷切り離し後	
重大事故等対策要領	原子炉圧力容器内の水位	原子炉圧力容器内の水位	原子炉水位 (S.A.燃料域)	①	①	原子炉水位 (S.A.燃料域)	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 (S.A.燃料域)	①	①	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	
			高圧代替注水系統流量			高圧代替注水系統流量	1	1	1	
			低圧代替注水系統流量			低圧代替注水系統流量	1	1	1	
			低圧代替注水系統流量 (常設ライン)			低圧代替注水系統流量 (常設ライン)	1	1	1	
			低圧代替注水系統流量 (可搬ライン)			低圧代替注水系統流量 (可搬ライン)	1	1	1	
			低圧代替注水系統流量 (可搬ライン)			低圧代替注水系統流量 (可搬ライン)	1	1	1	
			低圧代替注水系統流量 (可搬ライン)			低圧代替注水系統流量 (可搬ライン)	1	1	1	
			低圧代替注水系統流量 (可搬ライン)			低圧代替注水系統流量 (可搬ライン)	1	1	1	
			低圧代替注水系統流量 (可搬ライン)			低圧代替注水系統流量 (可搬ライン)	1	1	1	
			低圧代替注水系統流量 (可搬ライン)			低圧代替注水系統流量 (可搬ライン)	1	1	1	
			低圧代替注水系統流量 (可搬ライン)			低圧代替注水系統流量 (可搬ライン)	1	1	1	
			低圧代替注水系統流量 (可搬ライン)			低圧代替注水系統流量 (可搬ライン)	1	1	1	
原子炉圧力			原子炉圧力	2	2	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力 (S.A.) 及びサブプレッション・チェーン圧力の差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能		
原子炉圧力			原子炉圧力	2	2	2	2			
原子炉圧力			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	低圧代替注水係原子炉注水流量(常設ライン用)	1	1	1	1	代替淡水貯槽水位	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、低圧代替注水係原子炉注水流量の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		低圧代替注水係原子炉注水流量(常設ライン兼用)	1	1	1	1	原子炉水位(広帯域)	2	2	原子炉注水流量の代替監視可能	
判断基準(4/6)	原子炉圧力容器への注水量	低圧代替注水係原子炉注水流量(可搬ライン用)	1	1	1	1	原子炉水位(SA広帯域)	1	1	崩壊熱除去に必要な注水量と原子炉水位の変化より、低圧代替注水係原子炉注水流量の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		低圧代替注水係原子炉注水流量(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、低圧代替注水係原子炉注水流量の代替監視可能	
重大事故等対策要領	代替循環冷却係原子炉注水流量	原子炉圧力容器への注水量	2	2	2	2	サブプレッション・プール水位	1	1	サブプレッション・プール水位の水位変化より、代替循環冷却係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
		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、代替循環冷却係原子炉注水流量の代替監視可能	
		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、代替循環冷却係原子炉注水流量の代替監視可能	
		原子炉水位(SA燃料域)	1	1	1	1	代替循環冷却係原子炉吐出圧力	2	2	代替循環冷却係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	SBO影響			
				直後	負荷切り直し後			直後	負荷切り直し後		
対応手段 重大事故等 対策項	原子炉圧 力調整 設備 (5/6)	原子炉隔離時冷却システム 流量	サブプレッション・プール水位	1	1	サブプレッション・プール水位 水位変化により、原子炉隔離時冷却システム流量の代償監視可能	1	1	サブプレッション・プール水位の 水位変化により、原子炉隔離時冷却システム流量の代償監視可能	監視事項は抽出バロメータにて確認	
			原子炉水位 (広帯域)	2	2	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位の変化により、原子炉隔離時冷却システム流量の代償監視可能	2	2	原子炉水位の変化により、原子炉隔離時冷却システム流量の代償監視可能		
			原子炉水位 (SA広帯域)	1	1	原子炉水位 (SA広帯域) 原子炉水位の変化により、原子炉隔離時冷却システム流量の代償監視可能	1	1	原子炉水位の変化により、原子炉隔離時冷却システム流量の代償監視可能		
			原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	原子炉水位 (SA燃料域) 原子炉水位の変化により、原子炉隔離時冷却システム流量の代償監視可能	1	1	原子炉水位の変化により、原子炉隔離時冷却システム流量の代償監視可能		
		高圧炉心スプレイスpray 流量	高圧炉心スプレイスpray系流量	1	0	①	高圧炉心スプレイスpray系流量 高圧炉心スプレイスpray系流量の代償監視可能	1	1	高圧炉心スプレイスpray系流量の代償監視可能	監視事項は抽出バロメータにて確認
			残留熱除去系系統流量	3	0	①	残留熱除去系系統流量 残留熱除去系系統流量の代償監視可能	3	0	残留熱除去系系統流量の代償監視可能	
			残留熱除去系系統流量	3	0	①	残留熱除去系系統流量 残留熱除去系系統流量の代償監視可能	3	0	残留熱除去系系統流量の代償監視可能	
		低圧炉心スプレイスpray 流量	サブプレッション・プール水位	1	1		サブプレッション・プール水位 水位変化により、低圧炉心スプレイスpray系流量の代償監視可能	1	1	サブプレッション・プール水位の 水位変化により、低圧炉心スプレイスpray系流量の代償監視可能	監視事項は抽出バロメータにて確認
			原子炉水位 (広帯域)	2	2		原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位の変化により、低圧炉心スプレイスpray系流量の代償監視可能	2	2	原子炉水位の変化により、低圧炉心スプレイスpray系流量の代償監視可能	
			原子炉水位 (SA広帯域)	1	1	①	原子炉水位 (SA広帯域) 原子炉水位の変化により、低圧炉心スプレイスpray系流量の代償監視可能	1	1	原子炉水位の変化により、低圧炉心スプレイスpray系流量の代償監視可能	
原子炉水位 (SA燃料域)	1		1		原子炉水位 (SA燃料域) 原子炉水位の変化により、低圧炉心スプレイスpray系流量の代償監視可能	1	1	原子炉水位の変化により、低圧炉心スプレイスpray系流量の代償監視可能			

①: 重要監視バロメータ、②: 有線監視バロメータ、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 直後	SBO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	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り直し後	計器故障等	SBO
重大事故等対 策要綱	使用済燃料プールの監視	使用済燃料プール水位・ 温度 (SA広域)	1	1	1	①	-	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
		使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	①	-	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 にて確認	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	1	① ①	-	使用済燃料プール監視カメラ (SA広域)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 にて確認	1
		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) 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：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	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						
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 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	格納容器内放射線モニタ (D/W)	2	2	2	2	格納容器内空気放射線モニタ (S/C)	2	2	2	2	直接的に格納容器内空気放射線レベルを計測することができ、監視可能	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	判断基準 (1) (2)	原子炉圧力容器内の温度	原子炉圧力容器温度	格納容器内放射線モニタ (S/C)	2	2	2	格納容器内放射線モニタ (D/W)	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内空気放射線レベルを計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
				原子炉圧力				原子炉圧力 (S/A)	2	2	2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内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
				原子炉水位 (広帯域)				原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内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
				原子炉水位 (SA広帯域)	4	4	4	原子炉水位 (SA広帯域)	1	1	1	1	1	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内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
				原子炉水位 (SA燃料域)				原子炉水位 (SA燃料域)	1	1	1	1	1	1	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内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
				残留熱除去系熱交換器入口温度				残留熱除去系熱交換器入口温度	2	0	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	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			
		計器名称	計器数	計器名称	計器数		
対応手続 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)	2	原子炉水位 (SA広帯 域)	1	故障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	原子炉水位 (SA燃料 域)	1		
監視基礎 (2-1)		高圧代替注水系統流量	1	高圧代替注水系統流量	1	原子炉圧力容器へ注水している系統の 注水流量と崩壊熱除去に必要な水量よ り原子炉水位の代替監視可能 に確認	
		低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (常設ライン用)	1	低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (常設ライン用)	1		
		低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1	低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1		
		低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1	低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1		
		代替循環冷却系原子炉注 水流量	2	代替循環冷却系原子炉注 水流量	2		
		原子炉隔離時冷却系統 流量	1	原子炉隔離時冷却系統 流量	1		
		高圧炉心スプレイ系統 流量	1	高圧炉心スプレイ系統 流量	0		
		残留熱除去系統流量	3	残留熱除去系統流量	0		
		低圧炉心スプレイ系統 流量	1	低圧炉心スプレイ系統 流量	0		
		原子炉圧力	2	原子炉圧力	2		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満水を推定可能
		原子炉圧力 (SA)	2	原子炉圧力 (SA)	2		
		サブレンジオン・チェン 圧力	1	サブレンジオン・チェン 圧力	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		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	計器位置	パラメータ	分類	計器名称	計器位置		
対応手段 重大事故等対 策要綱	原子炉圧 力機器の 水位	原子炉水位 (SA広帯 域)	1	1	①	原子炉水位 (広帯域)	2	2	高帯域に原子炉圧力機器内の水位を計 測することができ、監視可能
		原子炉水位 (SA燃料 域)	1	1	①	原子炉水位 (燃料域)	2	2	
測定装置 (3~)		原子炉水位 (SA広帯 域)	1	1	①	原子炉水位 (広帯域)	2	2	原子炉圧力機器へ注水している系統の 注水流量と換熱器出口に必要な流量よ り原子炉水位の代替監視可能 抽出パラメータ にて確認
		原子炉水位 (SA燃料 域)	1	1	①	原子炉水位 (燃料域)	2	2	
		低圧代替注水系統流量	1	1		低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 (冷却ライン用)	1	1		低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (冷却ライン用)	1	1	
		低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1	1		低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1	1	
		低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (可搬ライン装置 用)	1	1		低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (可搬ライン装置 用)	1	1	
		代替循環冷却系原子炉注 水流量	2	2		代替循環冷却系原子炉注 水流量	2	2	
		代替循環冷却系原子炉注 水流量	2	2		代替循環冷却系原子炉注 水流量	2	2	
		高圧抑圧スプレイ系統 流量	1	1		高圧抑圧スプレイ系統 流量	1	1	
		残熱除去系統流量	3	0		残熱除去系統流量	3	0	
		低圧炉心スプレイ系統 流量	1	0		低圧炉心スプレイ系統 流量	1	0	
原子炉圧力	2	2		原子炉圧力	2	2			
原子炉圧力 (SA)	2	2		原子炉圧力 (SA)	2	2			
サプレッション・プー ル圧力	1	1		サプレッション・プー ル圧力	1	1			
原子炉水位 (広帯域)	2	2		原子炉水位 (広帯域)	2	2			
原子炉水位 (SA広帯 域)	1	1	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			
常設高圧代替注水ポン プ吐出圧力	1	1		常設高圧代替注水ポン プ吐出圧力	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	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
対峙手段 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 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			西側淡水貯槽水位 (広帯域)	1	1		
		低圧代替注水系原子炉注 水量 (可搬ライン用)	1	1			原子炉水位 (燃料域)	2	2		
		低圧代替注水系原子炉注 水量 (可搬ライン用)	1	1			原子炉水位 (S A 広帯 域)	1	1		
判断 基準 (4 / 1)	原子炉圧 力容器へ の注水量	低圧代替注水系原子炉注 水量 (可搬ライン用)	1	1	-	-	原子炉水位 (S A 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			サブレーション・プール 水位	1	1		
		低圧代替注水系原子炉注 水量 (可搬ライン用)	1	1			原子炉水位 (広帯域)	2	2		
		低圧代替注水系原子炉注 水量 (可搬ライン用)	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		代替循環冷却系原子炉注 水量	2	2	①	-	原子炉水位 (S A 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	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		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	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

1.12 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		
重大事故等対策要領	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	原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	1	1	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 (S A 燃料域)	1	1	1	1	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	高圧炉心スプレイ系統流量	1	1	1	1	原子炉隔離時冷却系統流量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
			①	0	原子炉水位 (S A 燃料域)	1	1	1	1	原子炉隔離時冷却系統流量の代替監視可能	

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

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	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
							原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S A 広帯 域) 原子炉水位 (S A 燃料 域)	2 2 1 1	2 2 1 1	2 2 1 1	
判断基準 (6 / 7)	原子炉圧 力容器へ の注水量	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	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
							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 (S A 広帯 域) 原子炉水位 (S A 燃料 域)	1 2 2 2 1 1 1	1 2 2 2 1 1 1	1 2 2 2 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	SMD影響		計器名称	計器数	SMD影響		計器故障等	SMD
				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	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	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抽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	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を抽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	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を抽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	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を抽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 別	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
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

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

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				計器名称	補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				計器故障等	SBO	
			計器数	直後	負荷切り離し後	SBO影響			計器数	直後	負荷切り離し後	SBO影響			
非常時運転手 順書 II (微候 ベース) 「水位確保」 等 AM設備切替 作手順書 重大事故等対 策要領	水源の確保 【復水貯蔵槽水位】 【復水貯蔵槽水位(SA)】	水源の確保	1	1	0	0	①	-	1	1	1	1	1	1	復水貯蔵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蔵槽水位の代替監視可能
			1	1	1	1	1		1	1	1	1	1	1	
重大事故等対 策要領	水源の確保 【復水貯蔵槽水位】 【復水貯蔵槽水位(SA)】	水源の確保	1	1	1	1	①	-	1	1	1	1	1	1	復水貯蔵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蔵槽水位の代替監視可能
			1	1	1	1	1		1	1	1	1	1	1	
重大事故等対 策要領	水源の確保 【復水貯蔵槽水位】 【復水貯蔵槽水位(SA)】	水源の確保	1	1	1	1	①	-	1	1	1	1	1	1	復水貯蔵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蔵槽水位の代替監視可能
			1	1	1	1	1		1	1	1	1	1	1	
重大事故等対 策要領	水源の確保 【復水貯蔵槽水位】 【復水貯蔵槽水位(SA)】	水源の確保	1	1	1	1	①	-	1	1	1	1	1	1	復水貯蔵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蔵槽水位の代替監視可能
			1	1	1	1	1		1	1	1	1	1	1	
重大事故等対 策要領	水源の確保 【復水貯蔵槽水位】 【復水貯蔵槽水位(SA)】	水源の確保	1	1	1	1	①	-	1	1	1	1	1	1	復水貯蔵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蔵槽水位の代替監視可能
			1	1	1	1	1		1	1	1	1	1	1	
重大事故等対 策要領	水源の確保 【復水貯蔵槽水位】 【復水貯蔵槽水位(SA)】	水源の確保	1	1	1	1	①	-	1	1	1	1	1	1	復水貯蔵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蔵槽水位の代替監視可能
			1	1	1	1	1		1	1	1	1	1	1	
重大事故等対 策要領	水源の確保 【復水貯蔵槽水位】 【復水貯蔵槽水位(SA)】	水源の確保	1	1	1	1	①	-	1	1	1	1	1	1	復水貯蔵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蔵槽水位の代替監視可能
			1	1	1	1	1		1	1	1	1	1	1	

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等
第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

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				計器故障等	SBO	
			計器数	直後	負荷切り離し後	SBO影響		計器数	直後	負荷切り離し後	SBO影響			
非常時運転手 順書 II (微候 ベース) 「水位確保」 等 AM設備切替 作手順書 重大事故等対 策要領	原子炉圧力 容器内の 水位	原子炉圧力 容器内の水位	1	1	1	1	①	-	1	1	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水量と前設熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視可能
			1	1	1	1	1		1	1	1	1	1	
重大事故等対 策要領	水源の確保 【復水貯蔵タンク水位】	復水貯蔵タンク水位	2	0	0	0	③	代替淡水源の確保状態を確認するパラメータ	2	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
			2	0	0	0	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

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	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	計器故障等	SBO	
					直後	負荷切り離し後	計器数	直後				負荷切り離し後
非常時運転手 順書 II (微候 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	原子炉圧力 (SA) 燃料 罐内の水位	1	1	1	0	①	-	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系統の注水量と熱除去に必要な水量より代替監視可能
重大事故等対 策要領	水源の確保 【復水貯蔵タンク水位】	復水貯蔵タンク水位	復水貯蔵タンク水位	1	0	0	0	③	代替淡水源の確保状態を確認するパラメータ	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

・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