

核エネルギー利用技術の進歩

慴 件 核 融

Inertial Confinement Fusion

山中龍彦* Tatsuhiko Yamanaka

1. まえがき

レーザーによる慣性核融合研究は,過去10年に急速 な進展を遂げ,図-1に見るように臨界プラズマ条件の 達成が目前に迫りつつある.

慣性核融合は、固体の球殻状の燃料ペレットに強力 なパルスレーザーを四周より一様に照射し、燃料ペレッ ト表面に発生した高温プラズマの真空中への噴出の反 作用(ロケット作用)によりDT燃料を球の中心に圧 縮(これを爆縮という)し、固体密度の千倍以上のプ



(図中激光X11,ノバが慣性核融合での達成点である.)
 1)トカマク(■印)では、平均温度あるいは中心(最高)温度の½を示した.他の方式では最高温度を示した.
 2)核融合炉条件とは磁気閉込めでは自己点火条件,慣性閉込めではペレット利得100を仮定した.

図-1 核融合研究開発の現状⁹⁾

ラズマ密度を実現し、瞬時に核融合反応を完了させ、 エネルギーを取り出す方式である. すなわち慣性核融 合炉ではガソリンエンジンのスパークプラグに相当す るパルスレーザー、この代替となる高エネルギー軽イ オンビーム、重イオンビームで核融合反応を1~10 Hz で起こさせる. このため燃料ペレットとレーザー とは相補的関係にある. 燃料ペレットでの核融合反応 効率が高くなると、レーザーに要求される効率、出力 は軽減されることになる.

慣性核融合は炉工学的に次の特徴を持つ.1) プラ ズマを閉じ込める磁界を必要とせず,炉とレーザー装 置を完全に分離して配置出来るため,炉構造が単純と なる.2)プラズマへの炉壁よりの不純物の混入が問 題にならないため,炉の第一壁の内面に液体金属ブラ ンケットが配置出来る.これによりD-T反応による 14MeV中性子やプラズマ粒子,X線より第一壁が保 護でき,材料面での問題は磁気閉じ込め核融合に比べ て格段に軽減できる.3)炉工学試験段階までは単パ ルスでの実験が可能であるばかりでなく,主装置であ るレーザーは必要に応じて増幅器を設置することによ り増強出来るため,研究の経済効率が高い.これらの 特徴は慣性核融合が基盤とする物理,技術が磁気閉じ 込め核融合と全く異なることによる.

本稿では,慣性核融合の原理を復習し,研究の現状 を,今後の課題も含めて記す.

2. 慣性核融合の原理

均一に圧縮された図-2(a)に示すDT燃料を考える.この球燃料の半径R,質量密度 ρ ,温度をTとすると,熱エネルギー E_{tb} は、

$$E_{th} = \frac{4}{3} \pi R^{3} \frac{\rho}{m_{i}} \cdot 2 \cdot \frac{3}{2} T$$
$$= 4 \pi \frac{(\rho R)^{3}}{m_{i} \rho^{2}} T$$
(1)

となる. ここで mi は DT の平均イオン質量(4.2×

^{*} 大阪大学レーザー核融合研究センター教授 〒565 吹田市山田丘 2 - 6



(a) 全体が一様に加熱された状態で体積点火とよばれる.
 (b) 中心部に高温のイグナイターを持ち,周辺部は a 粒子によって加熱され高い利得が達成される.



10⁻³¹ g) である.上式を固体 DT の密度 ρ を DT の固体密度 $\rho_s = 0.213$ g の比として書き表わすと,

$$E_{th} = 1.06 \times 10^4 \frac{(\rho R)^3 T_K}{(\rho \swarrow \rho_s)^2}$$
 (MJ) (1')

となる. ここで T_{κ} は keV で測った温度である.

慣性核融合の場合,反応時間は圧縮された燃料プラ ズマが音速 $C_s = (2 T / m_i)^{3} \text{ cms}^{-1}$ で膨張し,反 応が停止するまでの時間,

$$\tau = \frac{R}{4 C_s} \tag{2}$$

で与えられる. 核融合反応率が小さい, すなわちρR が小さい場合には, 核融合出力エネルギーは,

$$E_{f} = \frac{4}{3} \pi R^{3} \frac{1}{4} \left(\frac{\rho}{m_{i}}\right)^{2} < \overline{\sigma}_{V} > W_{0} \tau$$
$$= 1.5 \times 10^{27} \frac{(\rho R)^{4}}{(\rho \neq \rho_{s})^{2}} \frac{<\overline{\sigma}_{V}>}{C_{s}} \quad (MJ) (3)$$

となる. ここでW₀は反応あたりの核融合出力17.6 MeV, $\langle \sigma v \rangle$ は温度で決まる反応速度である.(1'), (3) 式より核融合コアー利得 G = E_f / E_{th}はプラズマ 温度が一定であると ρ Rに比例して増大し,このプラ ズマの熱エネルギー,すなわち,このプラズマを作る に必要なレーザーエネルギーE_Lは密度 ρ^2 に逆比例し て減少することが判る.この ρ Rは磁気閉じ込め核融 合でのプラズマ閉じ込め性能n τ に相当する核融合進 展の目安となる.

(1)式で表わされるプラズマをレーザー爆縮により生 成するに必要なレーザーエネルギーは、レーザーの吸 収率を η ab, 圧縮コアーを生成する効率(流体力学 的効率)をη,とすると、全エネルギー結合効率は η。= η ab・η, と書け、

$$E_{L} = \frac{E_{th}}{\eta_{c}} = \frac{E_{th}}{\eta_{ab} \cdot \eta_{t}}$$
(4)

となる.

以上の議論より,慣性核融合では所要レーザーエネ ルギーを低減するために,結合効率 η。を上げ,如何 に効率よく高密度圧縮を達成するかが研究課題となる.

核融合出力が投射レーザーエネルギーに等しくなる ペレット利得Q=1(ブレークイーブン)を達成する に必要なレーザーエネルギーは、結合効率 $\eta_{c}=0.1$ 、 イオン温度10keV、 $\rho / \rho_s = 1000$ とするとE_L=540 kJとなる、この時の ρ Rは0.8g cm⁻²である、このよ うにρRが高い状態では核融合反応により発生したエ ネルギー3.5MeVのa粒子がプラズマ中で有効に吸収 され、これによるプラズマ加熱が起り、反応率は増大 する. T=10keV, ρ=1000ρsプラズマ中でのα粒子 のレンジρ λ_{a} (λ_{a} : α 粒子の平均自由行程) は $\sim 0.3 \, \text{g} \, \text{cm}^{-2} \, \tilde{\sigma} \, \delta^{(1)}$. $\rho = 1000 \, \rho_{s}$, T=keV, $\rho R =$ 0.3gcm⁻²の初期プラズマを形成すればブレークイー ブンが達成されていることが確かめられている、この 時のレーザーエネルギーはE_L=28kJとなる.しかし、 現実的には、爆縮がある程度不均一であることは避け られないので100kJ程度のレーザーを準備する必要が あろう.

レーザー核融合炉を実現するには、電気よりレーザー への変換効率を10%とし、発生エネルギーの%でレー ザーを運転する系で設計を行なうと、ペレット利得Q= 100~200が必要となる.これに必要なレーザーエネル ギーは次のようになる.このような高利得を実現する には図-2(b)に示すような点火部と主燃料とより爆縮プ ラズマを実現する.この状態では反応率が非常に大き くなり(3)式は使えなくなる.ρRが大きく、α粒子加 熱が起り、これにより主燃料での反応が進展する状態 では、反応による燃料の減少を考慮する必要がある. この状態での反応率は、

$$f_{B} = \frac{\rho R}{\beta + \rho R}$$
(5)

で与えられる³⁾.ここで $\beta = 8 \text{ m}_i \text{C}_s / \langle \overline{\sigma v} \rangle$ で温度 のみの関数である.理論シミュレーションの結果によ ると α 粒子加熱により、反応プラズマの温度は~100 keVに達する⁴⁾.これよりT=100keVでのC_s $\langle \overline{\sigma v} \rangle$ を採用すると $\beta = 10$ となり、f_Bは、

$$f_{B} = \frac{\rho R}{10 + \rho R} \tag{5'}$$

となる.

これを用いると核融合出力エネルギーは,

$$E_{f} = \frac{4}{3} \pi \frac{(\rho R)^{3}}{m_{i} \rho^{2}} \cdot f_{B} \cdot \frac{W_{0}}{2}$$
$$= 3.1 \times 10^{7} \frac{1}{(\rho \swarrow \rho_{s})^{2}} \frac{(\rho R) 4}{10 + \rho R}$$
(MJ) (6)

(ρ/ρ_s)1000でQ=200(G=2000)を達成するに 必要なレーザーエネルギーE_L,ρRが求まる.

$$\rho R = \frac{20T_{k}}{3 - 2T_{k}} \qquad (g cm^{-2}) \qquad (7)$$

$$E_{L} = 800 \frac{T_{k}^{4}}{(3 - 2T_{k})^{3}}$$
 (MJ) (8)

 $T_k = 0.5 \text{keV}$ とすると $\rho R = 5 \text{g} \text{cm}^{-2}, E_L \simeq 6 \text{MJ}$ となり、核融合出力エネルギー $E_f = 1200 \text{MJ}$ を得る.

これを10Hzで動作させるとL、ブランケットによる 1.67倍のエネルギー増倍を無視しても熱出力1200万キ ロワット核融合炉,電気出力320万キロワット(変換 効率40%仮定)の発電所となる.

3. レーザー核融合実験

前節で考察したようなレーザー核融合の炉心プラズ マを実現するには次の物理,比例則を実験的に解明す る必要がある.

- 1)燃料ペレットでのレーザー光の吸収率 η ab の比 例則
- 2)固体密度の千倍の圧縮を実現するに必要な圧縮 速度を得るためのプラズマの噴出圧力の達成と、 その比例則
- 3)燃料ペレット表面で吸収されたエネルギーにより爆縮を起させる流体力学的効率ηι,もしくは, 吸収効率をも含めた全エネルギー結合効率η。の 比例則
- 4) 核融合点火に必要な図-2(b)のイグナイターとな る高温プラズマの実証
- 5) 主燃料となる固体DT密度の千倍以上の低温プ ラズマを球対称性よく実現すること。
- 6) 圧縮コアーで発生した核融合反応によるα粒子で燃料の自己加熱(イグニション)が起る燃料ペレット利得Q=1(≈ブレークイーブン状態)を実現し、核燃焼波の振舞を解明すること。
- 7)最後に、高利得に不可欠なイグナイターと主燃料が図-1(b)の形で同時に存在する状態を相当規模

のレーザーで実現することである.

レーザー核融合研究では上記課題の1)より順に地 道な実験研究が,理論研的と密接な連携を保ちつつ進 められ,現在,5)の最終段階にまで達している.6), 7)の研究を進めるための100kJ級レーザーの建設が 待たれている.

3.1 レーザー吸収の比例則

吸収率のレーザー波長、レーザー強度に対する依存 性を図-3に示す.図より判るように吸収率はレーザー 波長が短かくなるほど上昇し、強度の増加とともに減 少する.波長0.26 μ mのガラスレーザー光の4倍高調 の場合、レーザー強度 I =10⁴Wcm⁻²で95%の吸収率 が、また波長0.53 μ mの第2高調波で70%の吸収率が 得られている.これより集光レンズ等の光学素子とし て溶解石英が使用出来るガラスレーザーの第3高調波 (波長0.35 μ m)近傍の波長が実用上適しているとい える.

この吸収機構は、プラズマ中に入射したレーザー光 の電界により、電子が振動し、イオンと衝突して、そ のエネルギーを熱化する逆制動放射過程[®]によるも ので、古典吸収と呼ばれている.しかし図-3ではプ ロットされていないが、レーザー強度 I が I $\lambda^2 \simeq 10^{14}$ Wcm⁻² μ m²を越すと、共鳴吸収[®]が発生し、吸収率 は、再び上昇する.ここで λ はレーザー波長である. しかし、この吸収機構では高速の電子が発生し[®],燃 料の先行加熱の原因となり、高密度圧縮には適さない. このことよりも10.6 μ mのCO₂レーザーや1.06 μ mの ガラスレーザーよりも上述の短波長レーザーがよいこ とがわかる.



この他,吸収と深い関わりを持つ現象として,遮断

図-3 吸収率のレーザー波長、レーザー強度依存性³⁾

Vol. 10 No. 2 (1989)

密度n。以下の低密度側で発生する誘導ブリルアン 散乱(SBS)や、¼n。近傍で起る誘導ラマン散乱 (SRS)、2プラズモン崩壊不安定性⁹⁾がある.前者 はレーザー光のエネルギー損失に、後者は高速電子を 発生し、先行加熱に作用する.これらの現象も、レー ザー波長が短かくなると抑制される.燃料ペレット直 径~1mm,投射レーザーエネルギー20kJ(パルス 幅 1ns)で、レーザー波長が0.53µm以下では、ほと んど問題にならない.この点よりも短波長レーザーが 有効である.

しかし、ブレークイーブン実験に用いられる比較的 パルス幅の長い(~3 ns)100kJ以上のレーザーで、 燃料ペレットの直径も数mmになると、噴出プラズマ の密度勾配の特性長が長くなり、これらの現象が吸収 効率、燃料の先行加熱に作用する可能性がある.この 点に関しては、今後研究する必要がある.

3.2 プラズマの噴出圧力とエネルギー輸送

爆縮の流体力学的効率 n _iを高くとるためには球殻 状の燃料ペレットが適している.この構造の燃料ペレッ トを爆縮し,固体密度の千倍の密度を達成するには, ~4×10'cms⁻¹の圧縮速度を実現する必要がある. この圧縮速度を燃料ペレットの表面に発生したプラズ マの噴出の反作用(ロケット作用)で,ロケットと同 様にプラズマの噴出という形で質量を減らしながら得 るには,噴出圧力として10Mbar(千万気圧)以上が 必要である.

この噴出圧力は、レーザーの吸収領域から固体密度 領域へ電子熱伝導によりエネルギーが運ばれ、両領域 の間にディフラグレーション(deflagration)と呼 ばれる領域が形成され、亜音速流でプラズマが噴出す ることにより生ずる.固体密度領域とレーザー吸収の 遮断密度点の距離は、レーザー波長が短かくなるほど 近づくことになり、噴出圧力も増大する.図-4に波



図-4 噴出圧力の吸収レーザー強度依存性³⁾ (阪大)

長1.05μmのガラスレーザー光と,その第2高調波 である0.53μm光に対する噴出圧力の吸収レーザー 強度に対する依存性を示す.波長0.53μm光に対して 10¹⁴Wcm⁻²で10Mbarが得られていることが判る.

この噴出圧力を決める電子熱伝導機構の解明は、シ ミュレーションにより実験で得られた結果を正しく記 述し、爆縮のダイナミックスを解析するために重要で ある.電子熱流速は、温度勾配の特性長が、電子の平 均自由行程よりも長い場合には、よく知られたSpitzer の表式で与えられる.レーザープラズマの場合には、 加熱が局所的に起り急峻な温度勾配を持ち、Spitzer の表示で記述出来ないことが実験的に示されている. シミュレーションと実験の比較の結果、自由流速Q= neveTe(ne:電子密度、v.:電子速度、Te:電子温 度)にある制限係数fを乗じた値となることが明らか になっている.このf値はターゲットプラズマの荷電 数Zにより多少異なるが0.03~0.1となることが、多く の実験、理論研究で示されている.

その後,実験的に決定される熱流速制限係数 f を 用いないで記述する努力が理論的になされた. プラ ズマを構成している個々の電子の寄与が計算出来る Fokker-Plank 方程式を不均一プラズマ中で解くこ とにより,吸収領域で加熱された電子の高エネルギー テール部は低温部まで達するという,非局所加熱効果 が示された¹⁰. Fokker-Plank 方程式を導入すれば, 熱流速を正しく計算することが出来るが,レーザー爆 縮の全シナリオをシミュレーションすることは困難で あるため,非局所加熱効果を取り入れた表示の研究が なされ,Spitzer の表式に高次微分効果を導入する方 式¹¹⁰ や,Spitzer の表示をベースとした積分表示方 式¹²⁰ が提案され,実験とよい一致を得ている.

しかし,最近になって実験が行なわれるようになっ た高密度爆縮に用いられる低荷電プラズマ(Z=1~ 4)のプラズマでは,爆縮の流体運動は前述の取り扱 いで正しく記述されているが,爆縮されたコアープラ ズマで相異が生ずることが発見された.この原因を明 らかにするために再度,Fokker-Plank 方程式によ る解析が行なわれた結果,レーザー吸収領域で生成さ れた Maxwell 分布をした電子の高エネルギーテー ルが燃料の先行加熱に作用している可能性が見い出さ れた.¹³⁾この結果,電子分布をエネルギーの異なる多 くのグループに分割して電子熱伝導を計算する試みが 行なわれている.





図-5 中性子発生量と燃料ペレットの アスペクト比との関係

3.3 高中性子イールド実験

イグナイターとなる高温で、高い核融合反応率が得 られる状態を実現するためにガラス球殻(GMB)に DTガスを充填した燃料ペレットをターゲットとして 実施された、ごく最近までは、圧縮時の流体力学的不 安定性によるGMBのブレークアップを避けるために GMBの半径Rと壁厚△Rの比R/△R(アスペクト 比)が比較的小さいペレットが用いられた.しかし、 この実験で得られた核融合反応率(中性子数)は一次 元のシミュレーション結果と2桁程度の差が常に見ら れた. 大阪大学のグループは、この相異が爆縮の最終 時(スタグネーション相)でのDT燃料とピストン (プッシャー)として働くGMBプラズマとの混合に よることを突きとめた、この混合はGMBプラズマの 前を走るDT燃料中の衝撃波が、燃料ペレットの中心 (球の中心)で反射した後にGMBプラズマと衝突す る際に生ずる.この混合を解避するには、衝撃波の反 射がスタグネーション相で起るように爆縮を実行すれ ばよいこと(スタグネーションフリー状態)を提案し た. これが可能な燃料ペレットとレーザー波形を調整 した実験を実施し、図-5に示すように一次元シミュレー ションと係数2以内で中性子発生数が一致することを 見いだした、実験ではスタグネーションフリー状態は アスペクト比が400~500で実現され、中性子発生数 10¹³/ショット、燃料ペレット利得Q=0.2%が達成さ

れた.⁴⁰ このQ=0.2は10kJ級レーザーで得られた世界 最高値である.実験に用いられたレーザーは波長0.53 μ mの激光知号ガラスレーザーで,投射レーザー エネルギーは15kJであった.燃料ペレットは直径1.2 μ m,壁厚1.3 μ mのGMBにDTを6.2気圧充填した大 直径高アスペクト比(LHART)である.

アスペクト比が500よりも大きい所で中性子発生数 が減少するのは、 プッシャーが燃えつきてなくなるこ とによる.

GMBにDT燃料を充填したペレットに直接レーザー 照射して爆縮を行なう直接照射方式によりイグナイター となる高温の高核融合反応コアーが形成出来ることが 明らかになったと言える.

3.4 高密度圧縮とエネルギー結合効率

高密度圧縮を実現するには、燃料ペレット表面での 噴出圧力の非一様性に原因する圧縮途中での変形や流 体力学的不安定性(レーリーテーラー不安定性)を排 除し、シェル状燃料ペレットを爆縮する必要がある. 直接照射方式では、照射レーザー光の非一様性が重要 で、レーザー強度にして3%以内の非一様性を確保す る必要があることが理論的に指摘されている.直接照 射の場合、幾何学的配置の関係上、ビーム数が有限と なるため、射照光学系に工夫が必要となる.この問題 を排除するために考察された方式が間接照射方式であ る.レーザー光を燃料ペレットを内部に持つ空洞(キャ ビティ)で軟X線に変換し、それにより燃料ペレット を爆縮する.大阪大学で提案されたのがキャノンボー ルターゲットで、米国リバモア国立研究所(LLNL) で提案されたのが Hohlraum ターゲットである.

直接照射による高密度圧縮実験は1988年に急速な進展を遂げ重水素化ポリエチレン(CD)球殻燃料ペレットを用いた激光XIF号実験(波長0.53µm,エネルギー 8kJ)で、爆縮コアーでの重水素(D)のみの密度で、 固体密度の600倍、ρR値で0.1gcm⁻²以上が達成された.¹⁵⁾ これらの値は現在までに得られた最高の値で、 Dと1対1で含まれているCをも考慮すると、慣性核融合研究が目標とする固体密度の1000倍以上の密度が 実証されたと考えてよい状態に達している.今後の課題は、純粋のDTまたはD2燃料ペレットを用い、1000 倍の爆縮密度を確認するとともにレーザーエネルギー の増強を図り、課題の6)7)の研究を進めることで ある.

この固体密度の600倍の圧縮は図-6に示すように, レーザー光の位相を空間的に乱す大阪大学で考案され



Rはリンタム位相元によりレーサー 照射の一様性が改善 されたデーターで直径 0.5mm, 壁厚さ 9 μ m で固体 D 密 度の600倍がえられている.

図-6 CD球殻燃料ペレットによる高密度圧縮実験

たランダム位相板をレーザーの集光レンズの前者に配置し,燃料ペレット上でのレーザー光の強度分布の一様性を改良したことによる.この実験により得られた ρR値は一次元シミュレーション値とも良い一致を示 すが,発生中性子数はシミュレーション値より3桁余 り小さい.これは最大圧縮時に運動エネルギーが熱エ ネルギーに100%変換されていないことや,爆縮コアー の非対称性が存在している等の原因が考えられる.今 後の研究課題である.

この他,米国ロチェスター大学では波長0.35 µ m, エネルギー1~1.5kJ,24ビームのランダム位相光を GMB内面に固体DT層を配した燃料ペレットに照射 することにより100倍の圧縮を達成している.^[6]大阪 大学ではCD球殻燃料ペレットの次の段階の燃料ペレッ トとしてスポンジ状のフォームシェルに固体重水素を 充填した球殻燃料ペレットでも実験が行なわれている. 現在の所,ペレットの球対称性に問題があり高い圧縮 密度は得られていないが,今後の研究にとって重要な 方法である.

またLLNLではDTガス燃料を有する燃料ペレット を持つ Hohlraum ターゲットにより半径比で30倍 の安定な圧縮を達成している.¹⁷⁾

レーザーより爆縮コアーへの全エネルギー結合効率 に関しては、激光XI号0.53 μ mレーザーで詳細に研究 され、図-7に示すように流体力学的効率6%が得られ ている.



4. むすび

本稿では紙面の都合上,爆縮に用いられるレーザー をはじめとするエネルギードライバー,燃料ペレット, 爆縮プラズマの診断技術については割愛した.しかし これら核融合研究の成果は,レーザー技術,燃料ペレッ ト技術,診断技術の目ざましい進展による所が大であ る.

レーザー技術に関しては、大阪大学の出力30kJ激 光虹号12ビームガラスレーザーで、12ビーム間のエネ ルギーバランス精度98%が得られている. 短波長化の ための高調波発生効率では~70%が達成され、これら の成果が爆縮核融合実験に大きく寄与した. ブレーク イーブン実験用の100kJシステムの設計が既に完了し、 高利得実験用の10MJガラスレーザーシステム Athe na¹⁹⁾の設計も進んでいる. 炉用レーザーとしては高 繰返し半導体レーザー励起の固体レーザーの研究が既 に開始されており、有望視されている. この他 KrFレーザー,自由電子レーザーの研究も精力的に行 なわれ、次世代レーザーとして期待されている.

燃料ペレットに関しては、先に述べた低密度フォー ムシェル(ρ :50mgcm⁻³)に固体DTを均一に充填 する技術開発が進んでいる.この燃料ペレットは炉用 燃料として実用化されるであろう.

診断技術としては,核融合反応計測,燃料中に充填 したトレーサーを発生した中性子で放射化し,その放 射化量によりρRを計測する技術が開発され,実験で 達成された高い密度とρRの計測が可能になった.また核融合反応時間(~数100ps)を時間分解能~50ps で計測出来る中性子ストリークカメラが開発され,^{∞)} 今後の研究に大きく寄与するのであろう.

レーザー技術,診断技術に関しては文献2)を参照 されたい.

今後の慣性核融合研究に関しては、固体DT密度の 1000倍以上を安定に実現するための爆縮の対称性に関 する比例則、核燃焼波の振舞を詳細に研究し、高温の イグナイターと低温の主燃料が同時に存在する図-2(b) の状態を効率よく実現する方法を研究すると共に高繰 返し高効率エネルギードライバーの技術開発を強力に 進める必要があろう.

参考文献

- 0) 中井; エネルギー・資源9, Na4 346 (1988, 7月号)
- 1) G.S.Fraley, et al ; Phys. Fluids 17, 474 (1944)
- 2)山中(4);電子情報通信学会誌 71, 697 (1988)
- 3) S.E.Bodner; J. Fusion Energy 1, 211 (1981)
- 4) 高部 ; 私信
- 5) C.G.Labooune et al ; Rapport d'Activate 1979, GRECO Interaction Laser-Mative
- (Ecole Polytechnique, Palaiseau, France)
- 6)山中(千)監著;「レーザー工学」P109コロナ社 (1981)

- 7) V.L.Ginjburg "The Propagation of Electro magnetic Waves in Plasmas" P260 Pergamon Press (1970)
- K.Estabrook & W.L.Kruer ; Phys. Rev. Lett, 40, 42 (1978)
- 9) K.Tanaka, et al; Phys. Rev. Lett, 48, 1179 (1982)
- 10) J.Albritton; Phys. Rev. Lett, 57, 2078 (1983)
- Y.Kishimoto & K.Mima; J Phys. Soc, Jpn. 52, 3389 (1983)
- 12) J.F.Luciani, et al; Phys. Rev. Lett, 51, 1664 (1983)
- K.Mima, et al; 12th Int. Conf. Plasma Phys. Controlled Nuclear Fusion Research B-III-2, (1988) Nice, France.
- 14) C.Yamanaka & S.Nakai; Natuve 319, 757 (1986)
- 15) K.Mima ; 30th Ann. Meet. DPP of APS, 2 I 4 (1988)
- R.McCrory et al ; 12th Int. Conf. Plasma Phys. Controlled Nuclear Fusion Research B-II-2, (1988) Nice, France.
- 17) E.Storm et al ; 12th Int. Conf. Plasma Phys.
 Controlled Nuclear Fusion Research B-I-3, (1988)
 Nice, France.
- 18) S.Nakai, et al ; 12th Int. Conf. Plasma Phys. Controlled Nuclear Fusion Research B-I-1, (1988) Nice, France.
- J.Hogan ; International symposium on Fusion Nuclear Technology, MO-14, April 10-15 (1988)
- 20)山中(龍);応用物理58,143 (1989)

